



Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly

Route d'Ouzouer
45 570 Ouzouer-sur-Loire

Reaktor Nr. 3



Öffentliches Anhörungsverfahren über den Bericht der 4.
periodischen Sicherheitsüberprüfung

Dokument

3_{bis}

Dokument bezüglich der Auswirkungen
auf die Umwelt, die mit dem Betrieb
des Reaktors während der nächsten
zehn Jahre verbunden sind.

	Seiten
Einleitung	S.3
1. Der Betreiber des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly und der Hintergrund der periodischen Sicherheitsüberprüfung	S.4
1.1. Betreiber des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly	S.4
1.2. Hintergrund der periodischen Sicherheitsüberprüfung	S.5
2. Fortsetzung des Betriebs der Reaktoren von Dampierre-en-Burly	S.9
2.1. Das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly	S.9
2.2. Betrieb des Kraftwerks	S.10
2.3. Die Fortsetzung des Betriebs	S.12
3. Öffentliches Anhörungsverfahren bezüglich der periodischen Sicherheitsüberprüfung	S.16
3.1. Regelungsverfahren in Frankreich	S.16
3.2. Internationale Konsultierung	S.17
3.3. Terminplan des Regelungsverfahrens	S.18
4. Nukleare Sicherheit des Kernkraftwerks	S.19
4.1. Strahlenschutz	S.19
4.2. Nukleare Sicherheit während des Betriebs	S.20
4.3. Begrenzung der Alterung und Obsoleszenz	S.27
4.4. Nukleare Sicherheit, Reaktor während der endgültigen Stilllegung	S.28
5. Bewertung der Auswirkungen des Betriebs auf die Umwelt	S.29
5.1. Vorgehensweise	S.29
5.2. Methode zur Bewertung der Auswirkungen	S.30
5.3. Unsicherheiten im Zusammenhang mit der Bewertung der Auswirkungen	S.33
5.4. Für die Bewertung verwendete Daten	S.33
5.5. Aktueller Zustand Umwelt	S.34
5.6. Wechselbeziehungen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit der Umwelt	S.45
5.7. Prognose für die kommenden 10 Jahre hinsichtlich der Auswirkungen auf die Umwelt	S.58
6. Bewertung der grenzüberschreitenden Auswirkungen	S.75
6.1. Anforderungen hinsichtlich der radiologischen Folgen	S.76
6.2. Radiologische Folgen	S.78
6.3. Messung von Begrenzung der radiologischen Risiken	S.84
7. Überwachung der Umwelt	S.94
7.1. Überwachungsmaßnahmen für den Normalbetrieb	S.94
7.2. Überwachungsmaßnahmen hinsichtlich der radiologischen Risiken	S.98
8. Schlussfolgerungen	S.99
Glossar	S.101



In Frankreich wird der Bau eines Kernreaktors durch eine Verordnung des für die nukleare Sicherheit zuständigen Ministers genehmigt. Diese Genehmigung enthält keine Betriebsdauerbegrenzung. Dennoch muss der Betreiber alle 10 Jahre eine periodische Sicherheitsüberprüfung durchführen, um die Situation der Anlage im Hinblick auf die für sie geltenden Vorschriften zu bewerten und die Prüfung der Risiken und Nachteile zu aktualisieren, die die Anlage für die öffentliche Sicherheit, Gesundheit und Hygiene oder den Natur- und Umweltschutz, d. h. die sogenannten „geschützten Interessen“ birgt.

In den vier von Électricité de France (EDF, www.edf.fr) betriebenen 900 MWe-Druckwasserreaktoren des Kernkraftwerks von Dampierre-en-Burly findet nun die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung statt.

Nach Abschluss jeder einzelnen Sicherheitsüberprüfung erstellt EDF einen Abschlussbericht über die Sicherheitsüberprüfung (RCR – Rapport de réexamen), der die Schlussfolgerungen der Sicherheitsüberprüfung und die für den verbesserten Schutz der geschützten Interessen in Betracht gezogenen Maßnahmen darlegt. Die Berichte für die Reaktoren Nr. 1 – 4 des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly wurden der Regierung und der Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection (ASNR – Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz, www.asnr.fr) jeweils am 4. Februar 2022, 3. November 2022, 27. Juni 2024 und 8. April 2025 vorgelegt.

Nach dem 35. Betriebsjahr findet ein öffentliches Anhörungsverfahren bezüglich des Abschlussberichts über die Sicherheitsüberprüfung statt. Das vorliegende Dokument ist Teil der Unterlagen des öffentlichen Anhörungsverfahrens, das im Rahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung der Reaktoren von Dampierre-en-Burly durchgeführt wird. Es betrifft alle vier Reaktoren des Standorts von Dampierre-en-Burly.

Es bezieht sich auf die mit dem Betrieb dieser Reaktoren während der zehn Jahre nach der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung verbundenen Auswirkungen auf die Umwelt, einschließlich der radiologischen oder sonstigen Folgen eventueller Störfälle oder Unfälle. Es beschreibt in diesem Zusammenhang auch die eventuellen grenzüberschreitenden Folgen, da es ggf. im Rahmen einer Konsultierung einem Nachbarland, einem Mitgliedsstaat der Europäischen Union oder einem Land vorgelegt wird, das Vertragspartei des am 25. Februar 1991 in Espoo unterzeichneten Übereinkommens über die Bewertung der Umweltfolgen in einem grenzüberschreitenden Rahmen ist.

Die ASNR berücksichtigt die Ergebnisse des öffentlichen Anhörungsverfahrens, einschließlich derjenigen, die in diesem Dokument, seiner Analyse des Abschlussberichts über die Sicherheitsüberprüfung und den eventuellen Maßnahmen hinsichtlich der Reaktoren des Standorts von Dampierre-en-Burly beschriebenen Umweltauswirkungen betreffen.



1.1. Betreiber des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly

Als Betreiber des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly ist EDF verantwortlich für die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung ihrer Reaktoren.

EDF ist eine Aktiengesellschaft, deren Anteile zu 100 % dem französischen Staat gehören. Sie beschäftigt weltweit fast 180.000 Mitarbeiter, darunter mehr als 100.000 allein in Frankreich. Als wichtige Akteurin der Energiewende ist EDF ein umfassender Energieversorger, der in allen Bereichen tätig ist: Energieerzeugung und -transport, Energiehandel, Energieservices und Energieverkauf. EDF hat einen vielseitigen Energieerzeugungsmix entwickelt, der hauptsächlich auf Kernkraft und erneuerbaren Energien, insbesondere der Wasserkraft beruht.

Mit einer installierten Gesamtkapazität von 117 GW für das Jahr 2024 ist EDF Europas wichtigster Energieversorger. Mehr als 94 % der von EDF erzeugten Energie ist emissionsfrei. Daher gehört ihre Kohlenstoffintensität bei 33 gCO₂/kWh zu den niedrigsten weltweit, weit unter dem europäischen Durchschnitt von 230 gCO₂/kWh. 2024 lag die Energieerzeugung der EDF-Unternehmensgruppe bei ca. 520 TWh, von denen 78 % von den Kernkraftwerken beigesteuert werden.

Mit einer installierten Kapazität von 63 GWe ist EDF weltweit der wichtigste Kernkraftwerksbetreiber. EDF betreibt 57 Kernreaktoren, die auf 18 Standorte in Frankreich verteilt sind.

2024 hat das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly fast 20,8 Milliarden kWh CO₂-freie Energie erzeugt. Das entspricht dem Stromverbrauch von fast 4,5 Millionen französischen Haushalten und 6 % der französischen Energieerzeugung aus Kernkraft. Das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly unterstützt die Klimaziele von Frankreich und der Europäischen Union sowie die Stromversorgungssicherheit.

Das Kernkraftwerk Dampierre-en-Burly ist ein wichtiger Wirtschaftsakteur der Region Centre – Val-de-Loire. Es ist einer der wichtigsten Industriearbeitgeber der Region und beschäftigt am Standort fast 2.000 Mitarbeiter. Es bringt sich stark in die Ausbildung junger Menschen ein und hat 2024 knapp 50 Auszubildende und 130 Praktikanten beschäftigt. Es ist Teil des Lebens in der Region und unterstützt zahlreiche Initiativen und Vereine zugunsten der Umwelt und biologischen Vielfalt, des Sports und der Eingliederung junger Menschen.

1.2. Hintergrund der periodischen Sicherheitsüberprüfung

1.2.1. Verfahren der periodischen Sicherheitsüberprüfung

Das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly besteht aus vier Druckwasserreaktoren (REP – Réacteur à eau pressurisée) mit einer elektrischen Leistung von jeweils 900 MWe, die im sogenannten „geschlossenen Kreislauf“ gekühlt werden. Diese Reaktoren wurden zwischen 1980 und 1981 in Betrieb genommen. Sie tragen seit über 40 Jahren zuverlässig zur Erzeugung CO₂-freier Energie bei. EDF führt die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung dieser vier einzelnen Reaktoren durch, die am Standort von Dampierre-en-Burly in Betrieb sind.

Ende 2013 hat EDF die Unterlagen über die Ausrichtung der Sicherheitsüberprüfung (DOR – Dossier d'orientation du réexamen) vorgelegt, in denen die angesprochenen Themen und die dazugehörigen Verbesserungsziele dargelegt wurden, um die im Rahmen dieser Sicherheitsüberprüfungen zu implementierenden Verbesserungen zu ermitteln. Diese Unterlagen über die Ausrichtung der Sicherheitsüberprüfung wurden von der ASNR geprüft, die vor ihrer Stellungnahme zuerst ihre technischen Sachverständigen und ständige Sachverständigengremien (GPE – Groupe permanent d'experts)¹ und anschließend die Öffentlichkeit hinzugezogen hat. Die Prüfung des Teils „Ausrichtung“ der Sicherheitsüberprüfung endete im April 2016 mit einer Stellungnahme der ASNR und Anforderungen an EDF² als Betreiber.

Für die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung der 900 MWe-Kraftwerke hat sich EDF hinsichtlich der allgemeinen Ausrichtung für die Angleichung an die nuklearen Sicherheitsziele der Reaktoren der neuesten Generation wie dem Bezugsreaktor von EDF „EPR Flamanville 3“ entschieden.

Bei der periodischen Sicherheitsüberprüfung werden die Verbesserungen hinsichtlich der Umweltauswirkungen der Anlagen auf zwei Ebenen geprüft:

- Eine **Risiken-Ebene** bezüglich der Vorbeugung von Störfall- oder Unfallereignissen und der Begrenzung ihrer potentiellen radiologischen (radioaktive Emissionen) oder nicht radiologischen (Schäden aufgrund von Wärmeentwicklung, Giftstoffen oder Überdruck) Folgen. Hier werden zwei Risikogruppen unterschieden:
 1. Die **radiologischen Risiken** aufgrund von vorhandenen radioaktiven Stoffen,
 2. Die **konventionellen Risiken**³, die z. B. mit der Lagerung und Verwendung von brennbaren Produkten, Chemikalien oder schwach radioaktiven Stoffen im Innern der konventionellen Anlagen verbunden sind.
- Eine **Nachteil-Ebene** bezüglich des Umgangs mit den Auswirkungen auf die Gesundheit und die Umwelt, die die Anlage während ihres normalen Betriebs aufgrund der Wasserentnahme und des Schadstoffausstoßes

¹ Zur Vorbereitung der wichtigsten Entscheidungen hinsichtlich der Herausforderungen der nuklearen Sicherheit oder des Strahlenschutzes stützt sich die ASNR auf die Ansichten und Empfehlungen von ständigen Sachverständigengremien.

² ASNR – Orientations générales du RP4 900 – CODEP – DCN-2016-007286 vom 20. April 2016.

³ Siehe Glossar

verursacht, sowie mit den Beeinträchtigungen, die sie verursachen kann (Freisetzung pathogener Mikroorganismen, Lärm und Vibrationen, Gerüche oder Staubaufkommen). Der Umgang mit Abfällen gehört zur Nachteil-Ebene.

Jede Ebene ist in zwei Teile unterteilt:

- **Prüfung der Konformität** der Anlage im Hinblick auf die für sie geltenden Regeln.
- **Neubewertung der Prüfung der mit der Anlage verbundenen Risiken oder Nachteile** mit dem Ziel, den Schutz der im Art. L. 593-1 des Umweltgesetzbuch genannten Interessen – die öffentliche Sicherheit, Gesundheit und Hygiene oder den Natur- und Umweltschutz – soweit wie möglich zu verbessern.

Die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung umfasst eine dritte Ebene, die sich auf die „Fortsetzung des Betriebs über den Zeitraum von 40 Jahren hinweg“ bezieht und den **Umgang mit der Alterung** der Anlagen und die **Aufrechterhaltung der Qualifikation** der Anlagen für Unfallbedingungen behandelt.

Die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung der Reaktoren von Dampierre-en-Burly bestand aus zwei Phasen:

- Eine erste „allgemeine“ Phase in der die Themen betrachtet werden, die alle Reaktoren der gleichen Machart des französischen Kernkraftparks betreffen, so wie es die französischen Vorschriften zulassen. Die Reaktoren von Dampierre-en-Burly gehören zu den 900 MWe-Reaktoren dieses Anlagenparks. Diese allgemeine Phase endete am 23. Februar 2021 mit der Veröffentlichung des Beschlusses Nr. 2021-DC-0706 der ASNR⁴ bezüglich der allgemeinen Phase der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung der 900 MWe-Reaktoren, einschließlich allgemeiner Vorgaben, die Gegenstand eines vorhergehenden öffentlichen Anhörungsverfahrens waren.
- Eine zweite Phase, die jeden Reaktor von Dampierre-en-Burly einzeln betrachtet.

Im Anschluss an die Sicherheitsüberprüfung⁵ legt EDF den Abschlussbericht über die Sicherheitsprüfung der 4 einzelnen Reaktoren von Dampierre-en-Burly dem für die nukleare Sicherheit zuständigen Minister und der Autorité de sûreté nucléaire (ASN – Behörde für nukleare Sicherheit) vor. Dieser Bericht erläutert die Schlussfolgerungen der Sicherheitsüberprüfung hinsichtlich ihrer Ziele, eine Zusammenfassung der angewandten Methoden und die wichtigsten Ergebnisse. Er zählt die von EDF in Betracht gezogenen Maßnahmen zur Verbesserung der nuklearen Sicherheit und für den Schutz der Gesundheit und Umwelt auf.

Die Erstellung dieses Berichts, dessen Vorlagefrist von den Vorschriften geregelt wird, erfolgt üblicherweise nach der zehnjährlichen Sicherheitsüberprüfung des jeweiligen Reaktors, bei der Prüf- und Wartungsmaßnahmen sowie Anpassungen an die Ziele der Sicherheitsüberprüfung vorgenommen werden. Sämtliche mit der Sicherheitsüberprüfung verbundenen Maßnahmen werden im Rahmen eines Industrieprogramms anlässlich der zehnjährlichen Sicherheitsüberprüfung und der nachfolgenden Revisionen während des Reaktorbetriebs implementiert (siehe Art. 3.3).

Bei dieser 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung der Reaktoren von Dampierre-en-Burly findet ein öffentliches Anhörungsverfahren über den Abschlussbericht der Sicherheitsprüfung statt.

Die ASNR berücksichtigt die Schlussfolgerungen des öffentlichen Anhörungsverfahrens und die Ergebnisse der Konsultierung der Nachbarstaaten in ihrer Analyse des Berichts und ggf. in den neuen Vorgaben, die die Fortsetzung des Betriebs der Reaktoren von Dampierre-en-Burly regeln.

⁴ Dieser Beschluss wurde am 19. Dezember 2023 durch den Beschluss 2023-DC-0774 geändert.

⁵ Der Artikel R. 593-62 des französischen Umweltgesetzbuchs bestimmt, dass „die Verpflichtung der periodischen Sicherheitsüberprüfung als erfüllt gilt, sobald der Betreiber dem für die nukleare Sicherheit zuständigen Minister und der Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection (ASNR – Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz) seinen Bericht über diese Sicherheitsüberprüfung vorlegt“.

Nach Abschluss der Sicherheitsüberprüfung trägt die Fortsetzung des Betriebs der Reaktoren von Dampierre-en-Burly in den kommenden zehn Jahren zur Stromversorgungssicherheit des Landes gemäß den Klimazielen von Frankreich und der Europäischen Union bei.

1.2.2. Zusammenhang mit dem Verfahren zur endgültigen Stilllegung eines Reaktors

Wenn die im Rahmen der periodischen Sicherheitsüberprüfungen neu bewerteten Bedingungen zur Fortsetzung des Betriebs eines Reaktors nicht erfüllt sind, würde EDF seine endgültige Stilllegung in Betracht ziehen und seinen Rückbau vornehmen müssen. In diesem Fall legt der Betreiber dem für die nukleare Sicherheit zuständiger Minister und der ASNR mindestens 2 Jahre vor dem geplanten Datum seine Absichtserklärung zur endgültigen Stilllegung seiner Anlage vor. Er übergibt der Regierung seine Rückbauunterlagen, die insbesondere die geplanten Rückbaumaßnahmen und die Maßnahmen zur Minimierung der Auswirkungen auf die Bevölkerung und die Umwelt erläutern. Der Rückbau der Anlage wird anschließend nach einer Stellungnahme der ASNR durch die sogenannte Rückbauverordnung angeordnet. Der Rückbau erfolgt gemäß den folgenden Phasen:

Vorbereitungsphase: Maßnahmen zur Vorbereitung des Rückbaus

Diese Phase beginnt sofort nach der Stilllegung und dient folgenden Zwecken:

- Verringerung der Risiken am Standort: Abtransport der verbrauchten und neuen Brennelemente, Abfälle und Ausflüsse, Ablassen der Leitungen, Dekontaminierung bestimmter Leitungssysteme. Während dieser Phase wird der Großteil der radioaktiven Stoffe beseitigt;
- Vorbereitung der Anlage für die Rückbaumaßnahmen: Planung der Zufahrten und Verkehrsbereiche, Anpassung der Unterstützungsfunktionen, insbesondere Lüftung und Handling, Abtransport bestimmter Gerätschaften;
- Genauere Untersuchung des Anlagenzustands: Inventur der Betriebs- und Gefahrstoffe, Prüfung auf Asbest, Probenentnahmen für Strahlenanalysen.

1. Phase: der elektromechanische Rückbau

Diese Phase wird durch das Inkrafttreten der Rückbauverordnung bedingt und umfasst die Demontage und Zerkleinerung aller vorhandenen Gerätschaften und deren Verarbeitung zu Abfällen. Vor Ort verbleiben nur die Gerätschaften, die für die Durchführung der Sanierung während der 2. Phase erforderlich sind. In jedem Gebäude werden die elektromechanischen Rückbaumaßnahmen in große Teilbereiche unterteilt. Betroffen sind:

- Das Reaktorgebäude (BR – Bâtiment réacteur) – Zerlegung und Abtransport der sperrigen Komponenten sowie Rückbau der Primärkreisleitungen, der Beckeninneneinrichtungen, des Beckens und der weiteren Leitungssysteme und Unterstützungsfunktionen;
- Das Brennelementlager (BK – Bâtiment combustible) – Rückbau der Reaktorbeckenkammern, der verschiedenen Gerätschaften und der Unterstützungsfunktionen;
- Das Hilfsnuklearanlagegebäude (BAN – Bâtiment des auxiliaires nucléaires) – Zerlegung und Abtransport der sperrigen Komponenten und Rückbau der Gerätschaften in zwei Schritten, beginnend mit den Funktionen, die für den Rückbau nicht erforderlich sind, bis zu den letzten vorhandenen Gerätschaften.

2. Phase: die Sanierung der Anlagen

Hier sind nur die nuklearen Räumlichkeiten betroffen. Die eventuell an den Wänden der Räumlichkeiten vorhandene Radioaktivität (Aktivierung, Ablagerung oder Migration der Kontamination) wird beseitigt. Die Arbeiten zur Sanierung von Räumlichkeiten können sofort nach Abschluss der elektromechanischen Rückbauphase dieser Räumlichkeiten und nach Vereinbarung der Sanierungsmethode mit der ASNR beginnen.

Nach den Sanierungsmaßnahmen und den Überprüfungsmessungen werden der ASNR die Dokumente der Außerbetriebsetzungserklärung der betreffenden Bereiche vorgelegt. Sobald ein Räumlichkeitsbereich fertig saniert wurde, gelten die verbleibenden Gerätschaften als konventionelle Abfälle.

3. Phase: der Abriss der Gebäude

Bei abzureißenden konventionellen Gebäuden kann der Abriss beginnen, sobald sie für den Rückbau nicht mehr benötigt werden. Dieser klassische Abriss erfordert nicht zwingend eine spezielle Phase für die Entsorgung der Gerätschaften in den Gebäuden.

Bei Nukleargebäuden erfolgt der Abriss nach Übersendung der gebäudespezifischen Dokumente der Außerbetriebsetzungserklärung an die ASNR. Bereiche, die im Innern der Nukleargebäude eventuell nicht saniert wurden, können Gegenstand eines vorherigen Abrisses der Gebäude sein.

4. Phase: Die Sanierung des Anlagenstandorts

Sie sorgt dafür, dass der Zustand der Böden für die zukünftige Nutzung geeignet ist. Bereiche, die ggf. chemisch bzw. strahlentechnisch belastet sind, sind Gegenstand angepasster Begrenzungsmaßnahmen. Nach Abschluss der Sanierungsphase des Anlagenstandorts wird der ASNR ein Außerbetriebsetzungsantrag zur Entscheidung vorgelegt.



2.1. Das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly

Das Kernkraftwerk von EDF befindet sich in der Gemeinde von Dampierre-en-Burly, im Département Loiret, Region Centre – Val-de-Loire. Es liegt am rechten Ufer der Loire, ca. 10 km westlich von Gien.

Die wichtigsten Städte in der Nachbarschaft des Kraftwerks sind Gien (10 km), Montargis (45 km) und Orléans (50 km).

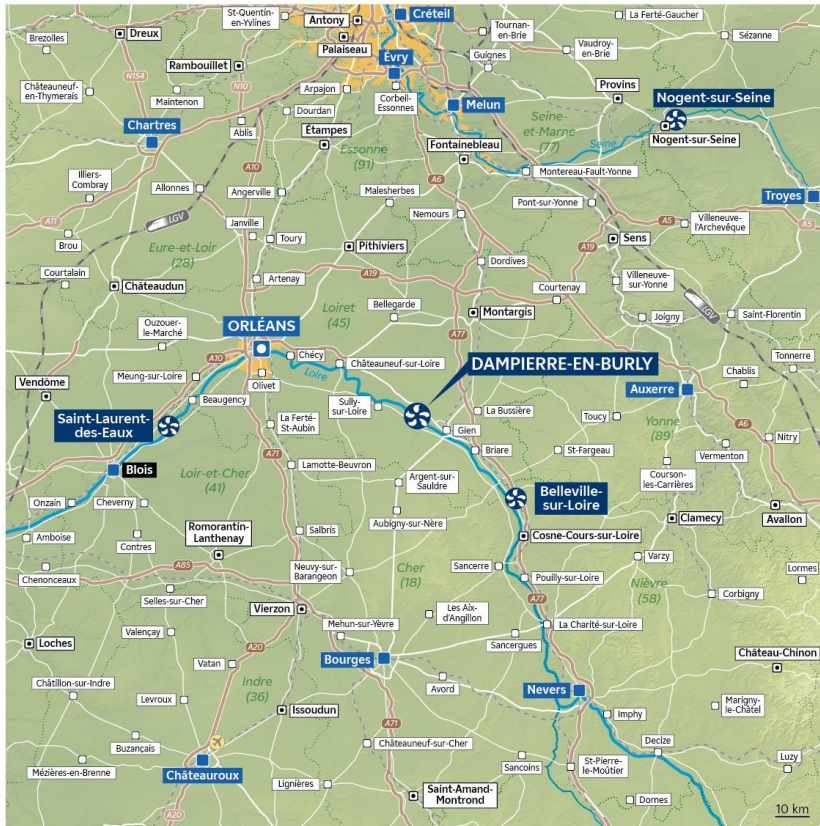
In der Nähe befinden sich mehrere beachtenswerte Naturgebiete, unter anderem einige NATURA 2000-Gebiete.

Das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly besteht aus vier Druckwasserreaktoren (REP – Réacteur à eau pressurisée), die zwischen 1980 und 1981 in Betrieb genommen wurden und von der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung betroffen sind.

Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind

KERNKRAFTWERK VON DAMPIERRE-EN-BURLY (LOIRET)



Wichtigste Städte und Kommunikationswege



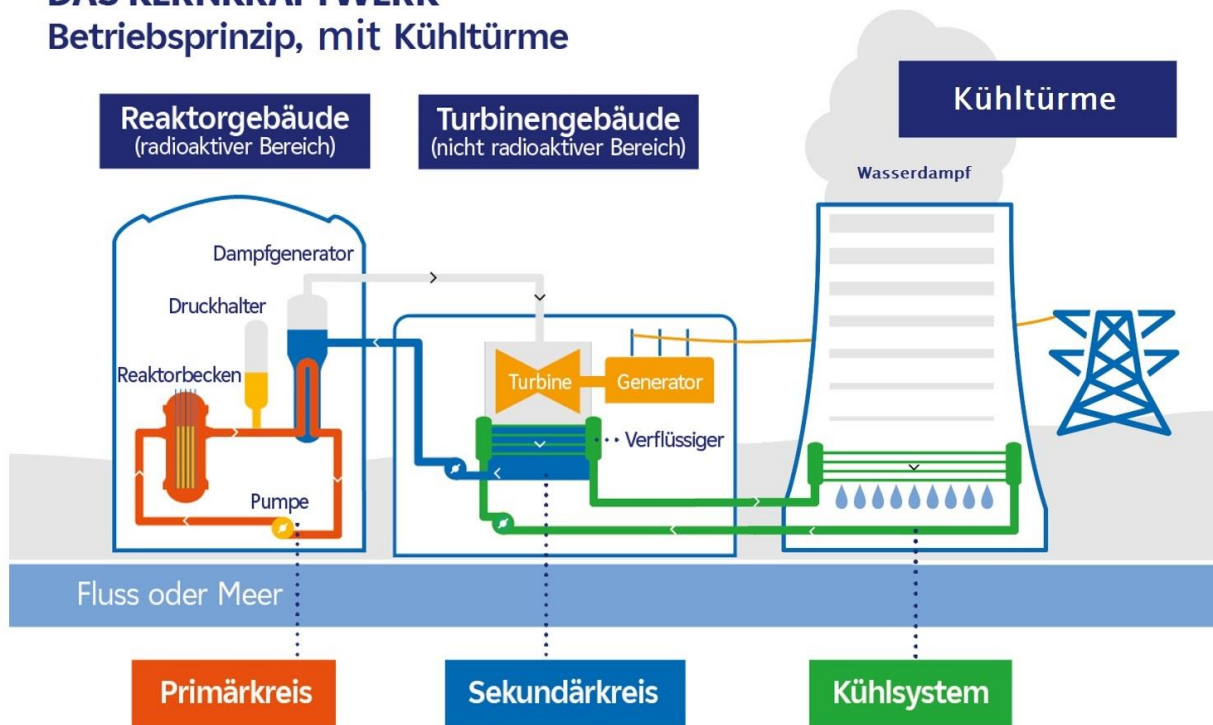
- Regional prefecture
(administrative centre of the region)
- Préfecture
(Verwaltungszentrum des Departments)
- Souspréfecture
(Verwaltungszentrum des Distrikts)
- Städte
- Kantonshauptstadt

2.2. Betrieb des Kraftwerks

In einem konventionellen oder nuklearen Wärmekraftwerk wird die elektrische Energie auf die gleiche Weise erzeugt: ein Brennstoff erzeugt Wärme, die Wasser bis zum Verdampfen erhitzt. Der Dampf treibt eine Turbine und einen Wechselrichter zur Stromerzeugung an. In einem konventionellen Kraftwerk stammt die Wärme aus der Verbrennung eines fossilen Brennstoffs (Kohle, Heizöl...). In einem Kernkraftwerk entsteht die Wärme bei der Spaltung von Uranatomen.

Das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly besteht aus vier Druckwasserreaktoren mit einer elektrischen Leistung von jeweils 900 MWe, die im sogenannten „geschlossenen Kreislauf“ gekühlt werden. Der Betrieb eines Druckwasserreaktors beruht auf drei getrennten und gegeneinander abgedichteten Leitungssystemen (siehe nachfolgende Abbildung).

DAS KERNKRAFTWERK Betriebsprinzip, mit Kühltürme



1. Der **Primärkreis**: Die Spaltung der Uranatome im Reaktor erzeugt eine große Wärmemenge, die das um die Brennelementbündel zirkulierende Wasser auf 320 °C erhitzt. Das Wasser wird druckbeaufschlagt, damit es nicht kocht. Es überträgt seine Wärme an das Wasser eines zweiten geschlossenen Kreislaufs.
2. Der **Sekundärkreis**: Der Wärmeaustausch zwischen dem Wasser im Primärkreis und dem Wasser im Sekundärkreis erfolgt mittels Dampferzeugern, in denen das Wasser des Sekundärkreises sich in Dampf verwandelt. Dieser Dampfdruck dreht die Turbine, die ihrerseits einen Wechselrichter antreibt. Der Wechselrichter erzeugt einen Wechselstrom. Ein Transformator hebt die Spannung des erzeugten Stroms an, damit er leichter mittels Hochspannungsleitungen über große Entfernungen befördert werden kann.
3. Der **Kühlkreis**: Am Turbinenauslauf wird der Dampf des Sekundärkreises in einem Kondensator zurück in Wasser verwandelt. Das zur Kühlung im Kondensator verwendete Wasser wird aus dem Meer oder einem Wasserlauf entnommen. Dieses dritte Leitungssystem wird als Kühlkreis bezeichnet. Im Kraftwerk von Dampierre-en-Burly stammt das Wasser für dieses 3. Leitungssystem aus der Loire. Es wird in Kühltürmen mit Luft gekühlt.

2024 hat das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly fast 20,8 Milliarden kWh CO₂-freie Energie erzeugt. Das entspricht dem Stromverbrauch von ca. 4,5 Millionen Haushalten und 6 % der französischen Energieerzeugung aus Kernkraft.

2.3. Die Fortsetzung des Betriebs

EDF versteht sich als treibende Kraft für „eine CO₂-freie Energieversorgung der Zukunft, die den Schutz unseres Planeten, Wohlbefinden und Entwicklung in Einklang bringt und auf einer innovativen Stromerzeugung und Servicelösungen beruht“. Sie trägt zu den von der Europäischen Union festgelegten Zielen für das Erreichen der Klimaneutralität bis 2050 bei, die in die französische Strategie für Energie und Klima eingeflossen sind. Diesbezüglich spielen die Kernkraftwerke von EDF eine zentrale Rolle bei der Bereitstellung von CO₂-freier, steuerbarer und konkurrenzfähiger elektrischer Energie.

EDF plant, den Betrieb ihrer Reaktoren fortzusetzen und dazu die für die Beachtung der geltenden Anforderungen an die nukleare Sicherheit nötigen Maßnahmen zu implementieren.

2.3.1. Vorgeschlagene Maßnahmen

Im Hinblick auf die Verbesserungsziele, die für die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung der 900 MWe-Reaktoren festgelegt wurden, ist die Fortsetzung des Betriebs für 10 weitere Jahre mit der Implementierung der von EDF im Abschlussbericht über die Sicherheitsprüfung vorgeschlagenen Maßnahmen verbunden, vervollständigt durch die Vorgaben der ASNR, die die Bedingungen für die Fortsetzung des Betriebs überwacht.

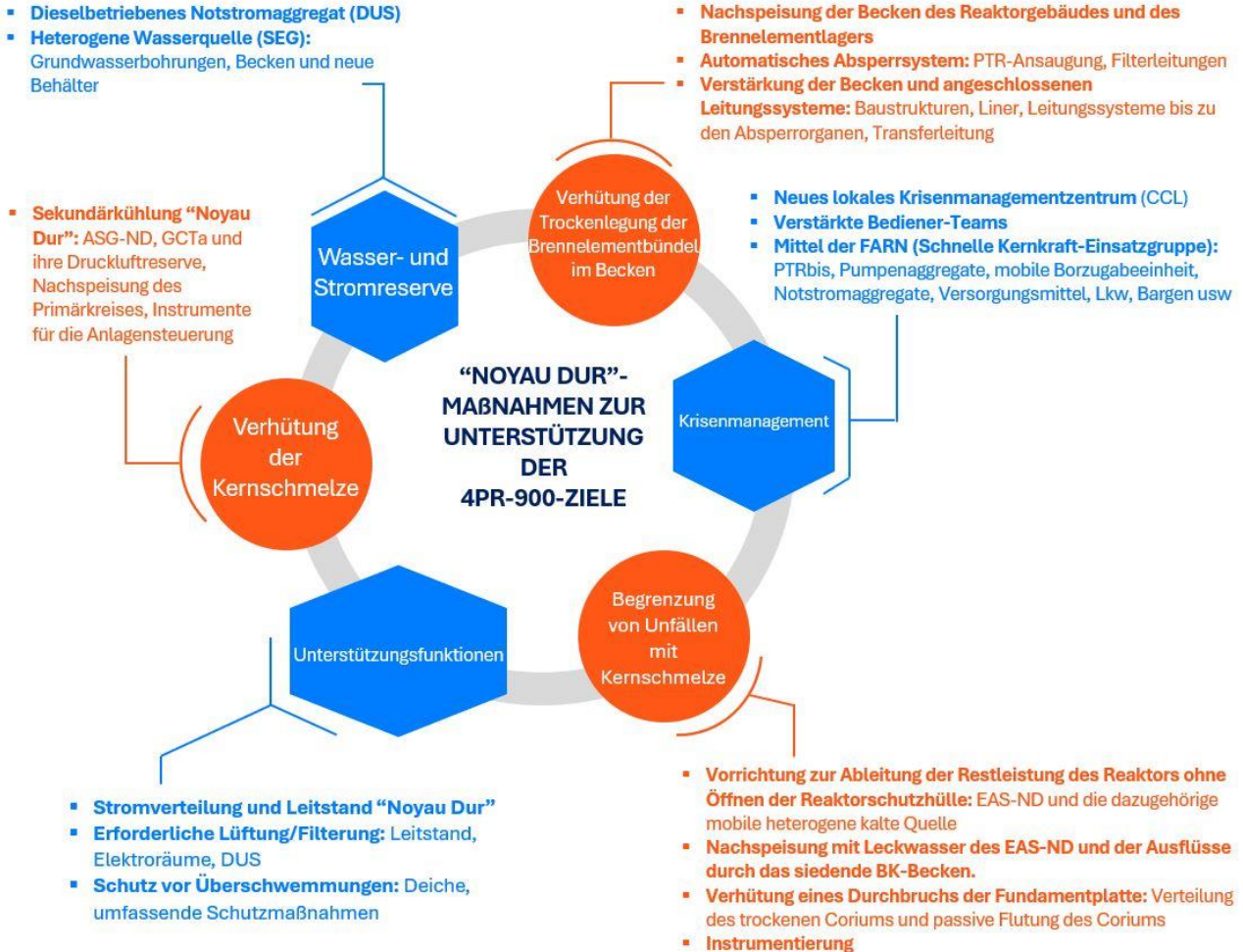
Die Verbesserungsmaßnahmen bestehen teils aus der Berücksichtigung der für die Einbeziehung der Erfahrungen aus dem Unfall des Kernkraftwerks von Fukushima Daiichi im März 2011 implementierten Mittel bei der Bestätigung der nuklearen Sicherheit der Reaktoren. Dabei werden diese Mittel im Anschluss an die Sicherheitsüberprüfung zu einem Maßnahmenprogramm mit der Bezeichnung „Noyau Dur“ („Harter Kern“) verstärkt.

Der „Noyau Dur“ besteht aus fest verankerten und widerstandsfähigen Hardware-Mitteln, vervollständigt durch mobile Mittel zur Vermeidung massiver radioaktiver Schadstoffausstöße und langfristiger Auswirkungen auf die Umwelt in Situationen, die sich aus extremen externen Naturereignissen ergeben können. Dabei geht es vor allem um Erdbeben, externe Überschwemmungen und ähnlicher Ereignisse (Blitzschlag, Hagel, Sturm, Starkregen) oder auch Wirbelstürme.

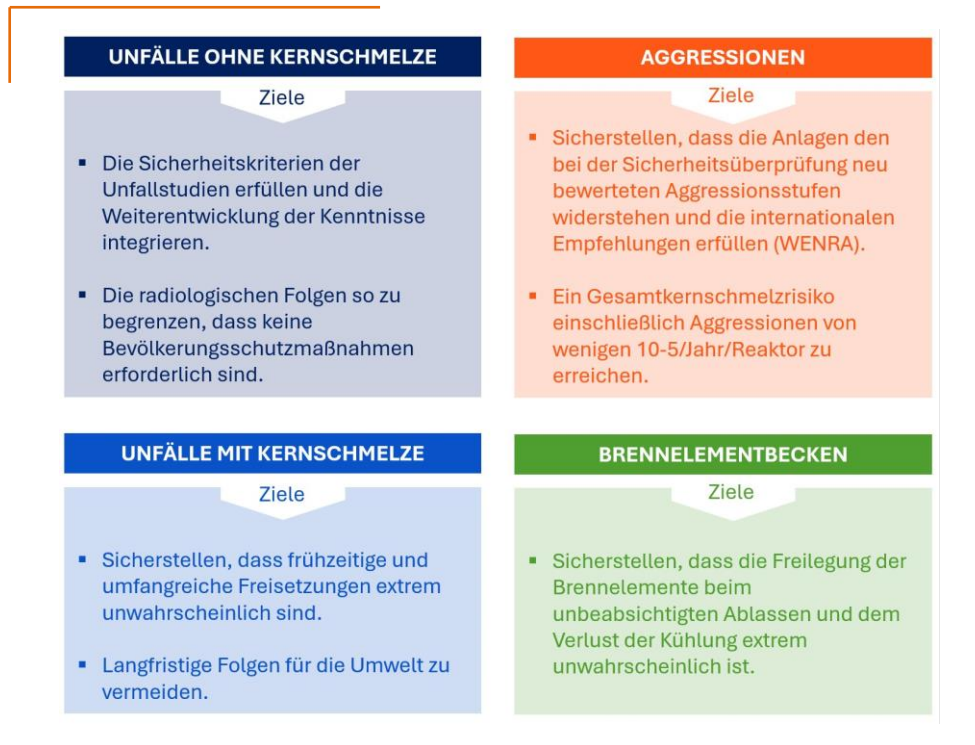
Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind

Wichtigste „Noyau Dur“-Maßnahmen (ND) nach Hauptthemen der nuklearen Sicherheit



Des Weiteren entsprechen die sonstigen Verbesserungsmaßnahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung von Dampierre-en-Burly der allgemeinen Ausrichtung dieser Sicherheitsüberprüfung für die Angleichung an die nuklearen Sicherheitsziele der Reaktoren der neuesten Generation, deren EDF-Bezugsreaktor der Standort „EPR Flamanville 3“ ist. Diese Verbesserungsmaßnahmen werden in vier Themen unterteilt:



2.3.2. Industrieprogramm aus der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung

Das Industrieprogramm der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung der 900er Klasse besteht aus drei Phasen, unter Berücksichtigung des Umfangs der Maßnahmen und Auswirkungen für Menschen und Unternehmen, die an den Kernkraftstandorten tätig sind⁶:

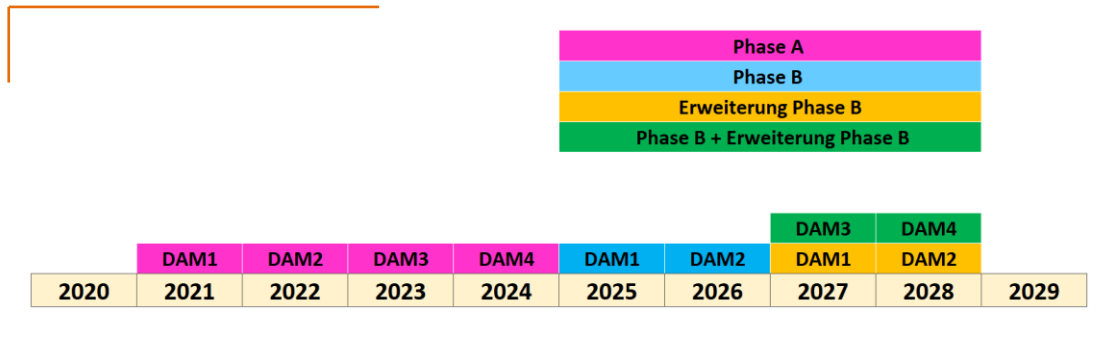
- Die **Phase A** entspricht den Maßnahmen, die während des Betriebs des Blocks oder während der Stillsetzung im Rahmen der zehnjährlichen Sicherheitsüberprüfung stattfinden. Diese Maßnahmen beinhalten auch die Aktualisierung der Betriebsunterlagen;
- Die **Phase B** entspricht den Maßnahmen, die während des Betriebs des Blocks oder während der Reaktorrevisionen spätestens 6 Jahre nach der Vorlage des Abschlussberichts über die Sicherheitsprüfung durchgeführt werden.
- Die **Zusatz-Phase B** umfasst die Umsetzung bestimmter Tätigkeiten aus der Prüfung der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung durch die ASNR, die aufgrund ihrer Eigenschaften (z. B. die Erfordernis zur Qualifizierung neuer Gerätschaften für sehr anspruchsvolle Umgebungsbedingungen) eine Prüfungsfrist von ca. 5 Jahren erfordern. Sie werden während des Betriebs des Blocks oder während der Reaktorrevisionen spätestens 8 Jahre nach der Vorlage des Abschlussberichts über die Sicherheitsprüfung durchgeführt.

⁶Zur Erstellung des Terminplans berücksichtigt EDF auch die in Frankreich sehr hohe Auftragslage der Industrie angesichts der zehnjährlichen Sicherheitsüberprüfungen, die auch für die anderen Klassen durchzuführen sind. Zu diesem Zweck hat EDF sich zur Erstellung eines Projekts entschieden, um die Sicherheitsüberprüfung im Rahmen des sogenannten „Grand Carénage“-Programms durchzuführen.

Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind

Die folgende Grafik zeigt den Jahresterminplan der aus der 4. Sicherheitsüberprüfung der Reaktoren von Dampierre-en-Burly hervorgehenden Änderungen:





3.1. Regelungsverfahren in Frankreich

Gemäß Art. L. 593-18 des französischen Umweltgesetzbuchs führt EDF alle zehn Jahre eine periodische Sicherheitsüberprüfung durch, mit dem Zweck „der Einschätzung der Situation der Anlagen im Hinblick auf die für sie geltenden Regeln und der Aktualisierung der Einschätzung der Risiken oder Nachteile der Anlage für die in Art. L. 593-1 aufgeführten Interessen, unter Berücksichtigung des Zustands der Anlage, der im Rahmen des Betriebs gesammelten Erfahrung, der Weiterentwicklung der Kenntnisse, unter anderem über den Klimawandel und seine Auswirkungen, sowie der für gleichwertige Anlagen geltenden Regeln. *Diese Bewertung der Risiken berücksichtigt die Folgen des Klimawandels auf externe Beanspruchungen, die im Rahmen derselben zu beachten sind.*“

Der Artikel R. 593-62 des französischen Umweltgesetzbuchs bestimmt, dass „die Verpflichtung der periodischen Sicherheitsüberprüfung als erfüllt gilt, sobald der Betreiber dem für die nukleare Sicherheit zuständigen Minister und der ASN seinen Bericht über diese Sicherheitsüberprüfung vorlegt“.

Dieser Bericht enthält „die Schlussfolgerungen der in Art. L. 593-18 geforderten Prüfung und ggf. die Maßnahmen, die darin vorgeschlagen werden, um die festgestellten Störungen zu beheben oder den Schutz der in Art. L. 593-1 genannten Interessen zu verbessern“ (Art. L. 593-19 des französischen Umweltgesetzbuchs)

Gemäß Art. L. 593-19 gilt, dass „bei Sicherheitsüberprüfungen nach dem fünfunddreißigsten Betriebsjahr eines Kernreaktors, der im ersten Absatz des vorliegenden Artikels genannte Bericht Gegenstand eines öffentlichen Anhörungsverfahrens ist“.

In diesem Zusammenhang erläutern die Artikel R. 593-62-2 bis R. 593-62-9 des französischen Umweltgesetzbuchs das für dieses öffentliche Anhörungsverfahren geltende Verfahren.

3.2. Internationale Konsultierung

Im Rahmen dieses öffentlichen Anhörungsverfahrens hinsichtlich des Abschlussberichts über die Sicherheitsprüfung (RCR), sieht Art. R. 593-62-6 des französischen Umweltgesetzbuchs ein Verfahren zur Konsultierung der Nachbarländer vor. Wenn ein Teil des Staatsgebiets eines Nachbarlandes an den von diesem öffentlichen Anhörungsverfahren betroffenen Umkreis angrenzt oder wenn die Grenzbedingung zwar nicht erfüllt ist, der Präfekt jedoch auf eigene Initiative oder auf Anfrage der Behörden eines anderen Mitgliedsstaats der Europäischen Union oder einer Vertragspartei des am 25. Februar 1991 in Espoo unterzeichneten Übereinkommens über die Bewertung der Umweltfolgen in einem grenzüberschreitenden Rahmen der Ansicht ist, dass der Betrieb des Reaktors maßgebliche Auswirkungen auf die Umwelt in diesem Staat haben könnte, auch wenn im Konsultationsumkreis keine gemeinsame Grenze vorhanden ist:

- Der Präfekt informiert diesen Staat über die Verordnung zur Einleitung des öffentlichen Anhörungsverfahrens und legt ihm insbesondere eine Ausfertigung der Anhörungsunterlagen vor.
- Die Mitteilung über die Verordnung zur Einleitung des öffentlichen Anhörungsverfahrens legt die Fristen fest, innerhalb derer die Behörden dieses Landes ihre Absicht zur Teilnahme an dem öffentlichen Anhörungsverfahren äußern können. Das öffentliche Anhörungsverfahren kann erst nach Ablauf dieser Frist beginnen.
- Der Präfekt übermittelt die Unterlagen an den Außenminister.

Die folgende Karte zeigt die geografische Lage des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly und den Abstand zu den Nachbarländern der Französischen Republik, zumindest über die ersten 1.000 Kilometer.

KERNKRAFTWERK VON DAMPIERRE-EN-BURLY (LOIRET)

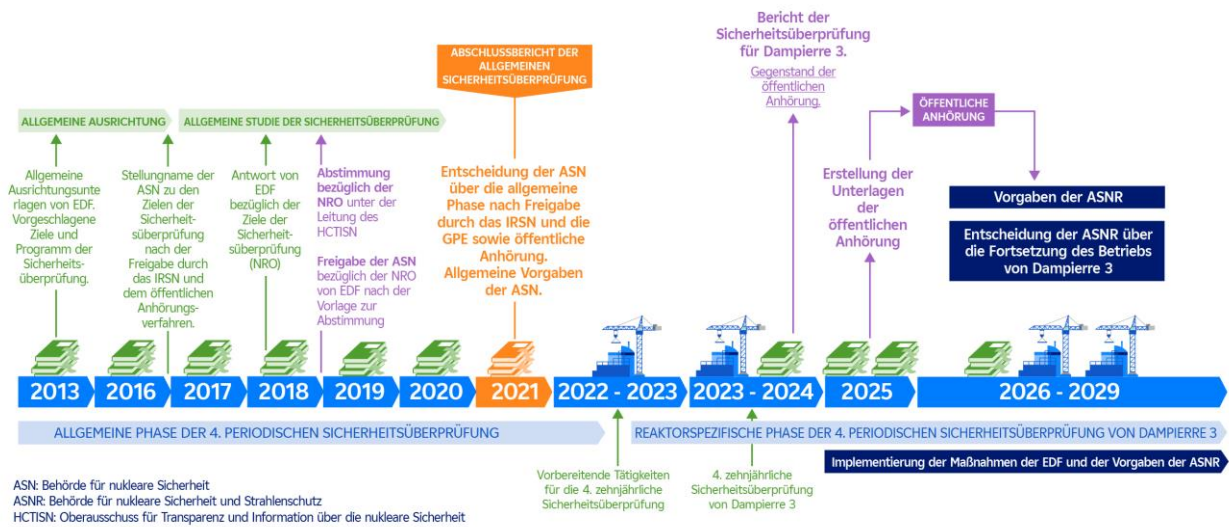


Geografische Lage des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly im Verhältnis zu den Nachbarländern

3.3. Terminplan des Regelungsverfahrens

Der Präfekt des Departements Loiret legt unter anderem das Datum zur Eröffnung des Anhörungsverfahrens und seine Dauer fest (Art. R. 123-9 des französischen Umweltgesetzbuchs).

Die Vorgehensweise für die periodische Sicherheitsüberprüfung wird im Folgenden am Beispiel des Reaktors Nr. 2 von Dampierre-en-Burly beschrieben.



Zum Zeitpunkt der Erstellung des vorliegenden Dokuments könnten die öffentlichen Anhörungsverfahren für die Reaktoren Nr. 3 und 4 im Sommer 2026 stattfinden.



4.1. Strahlenschutz

Der **Strahlenschutz** umfasst alle Regeln, Verfahren und Mittel zur Vorbeugung und Überwachung mit dem Ziel, die direkten oder indirekten schädlichen Auswirkungen ionisierender Strahlung auf Personen zu verhindern oder zu verringern, einschließlich derjenigen, die durch Umweltschäden verursacht werden. Er beruht auf drei wichtigen Prinzipien: Begründung, Optimierung und Begrenzung der Strahlendosis.

- **Begründung:** Alle menschlichen Tätigkeiten, die zu einer Ionenstrahlungsexposition bei Menschen führen können, müssen durch die daraus erwachsenden Vorteile begründet werden. Die Vorteile müssen gegenüber den Nachteilen überwiegen.
- **Optimierung:** Für eine gegebene Quelle ist das allgemeine Ziel die Beibehaltung der individuellen und kollektiven Dosiswerte auf dem niedrigsten Stand, der vertretbarerweise unter Berücksichtigung des Stands der Technik und der sozioökonomischen Faktoren erreichbar ist. Dieses Prinzip trägt die Bezeichnung ALARA (As Low As Reasonably Achievable⁷).
- **Begrenzung der Strahlendosis:** Die Ionenstrahlungsexposition einer Person aufgrund einer „nuklearen Tätigkeit“ darf nicht dazu führen, dass die Summe der erhaltenen Dosen die von den Vorschriften festgelegten Grenzwerte überschreitet, es sei denn, diese Person wird der Strahlung zu medizinischen Zwecken oder im Rahmen der biomedizinischen Forschung ausgesetzt.

Im weiteren Verlauf des Dokuments beziehen sich die Informationen bezüglich radioaktiver Strahlungen, ihrer Auswirkungen und ihrer Überwachung auf den normalen Betrieb der Reaktoren oder auf Unfallsituationen.

⁷ So niedrig wie vertretbarerweise möglich.

4.2. Nukleare Sicherheit während des Betriebs

Als Industrieanlage beinhaltet ein Kernkraftwerk von Natur aus Risiken, die die Gesundheit und Umwelt beeinträchtigen können. Der Kernreaktor enthält radioaktive Stoffe; die Anlage enthält Gefahrstoffe (z. B. Gasflaschen, brennbare Stoffe oder Chemikalien), die für den Betrieb erforderlich sind.

Das Konzept und der Betrieb der Kernkraftwerke sollen die Beherrschung sämtlicher Risiken sicherstellen, indem sie einerseits durch Vorbeugungsmaßnahmen die Wahrscheinlichkeit verringern, dass Störungen der Anlage auftreten, und andererseits durch Schutzmaßnahmen die Folgen dieser Störungen außerhalb des Standorts minimieren. Je größer die festgestellten Folgen sein können, umso geringer muss die Wahrscheinlichkeit des auslösenden Ereignisses sein, damit das Risikolevel unter angemessenen wirtschaftlichen Bedingungen so niedrig wie vertretbarer Weise möglich bleibt.

Die Beherrschung der Risiken wird in den nuklearen Sicherheitsansatz aufgenommen, der für die gesamte Lebensdauer der nuklearen Anlagen gilt; sie besteht aus aufeinander folgenden Sicherheitsmaßnahmen, die für ein hohes Kontrollniveau sorgen.

Die Ermittlung der Risiken berücksichtigt Störungen im kernkrafttechnischen Teil der Anlage, aber auch weiterer Gerätschaften, die für den ordnungsgemäßen Betrieb erforderlich sind. Für jedes Risiko werden die folgenden Punkte definiert:

- Auslösende Ereignisse: Fehlfunktion einer Vorrichtung oder interne (z. B. Leitungsbruch) bzw. externe (z. B. Erdbeben) Ursache.
- Mögliche Folgen außerhalb des Standorts und auf den Betrieb der Anlage selbst.

Alle diese Risiken sind Gegenstand von Entwicklungs- und Betriebsmaßnahmen im Rahmen der nuklearen Sicherheit und des Umweltschutzes, die durch aufeinander folgende Schutzmaßnahmen:

- das Auftreten von Störfällen und Unfällen an der Anlage verringern können,
- Die Anlage überwachen und ihren sicheren Zustand aufrecht erhalten,
- Die Folgen von Störfällen und Unfällen für die Anlage und die Umwelt begrenzen.

Hier werden aufgrund ihrer Besonderheiten zwei Risikogruppen unterschieden:

1. Die **radiologischen Risiken** aufgrund von vorhandenen radioaktiven Stoffen,
2. Die **konventionellen Risiken**, die z. B. mit der Lagerung und Verwendung von brennbaren Produkten, Chemikalien oder schwach radioaktiven Stoffen verbunden sind.

Radiologische Risiken werden in zwei Typen unterteilt:

- Die direkte Strahlenexposition, die als externe Exposition bezeichnet wird,
- Die Strahlenexposition durch Verschlucken bzw. Einatmen radioaktiver Stoffe, die als interne Exposition bezeichnet wird.

4.2.1. Begrenzung der radiologischen Risiken

Radioaktive Stoffe werden in hermetisch geschlossenen Einhausungen aufbewahrt, die mit strahlenschutzgeeigneten Schutzbeschichtungen (oder „biologischen Schutzmaßnahmen“) versehen sind, um radiologischen Risiken durch Exposition oder Ausbreitung vorzubeugen. Die Grenzen dieser Einhausungen werden als Reaktorschutzhüllen

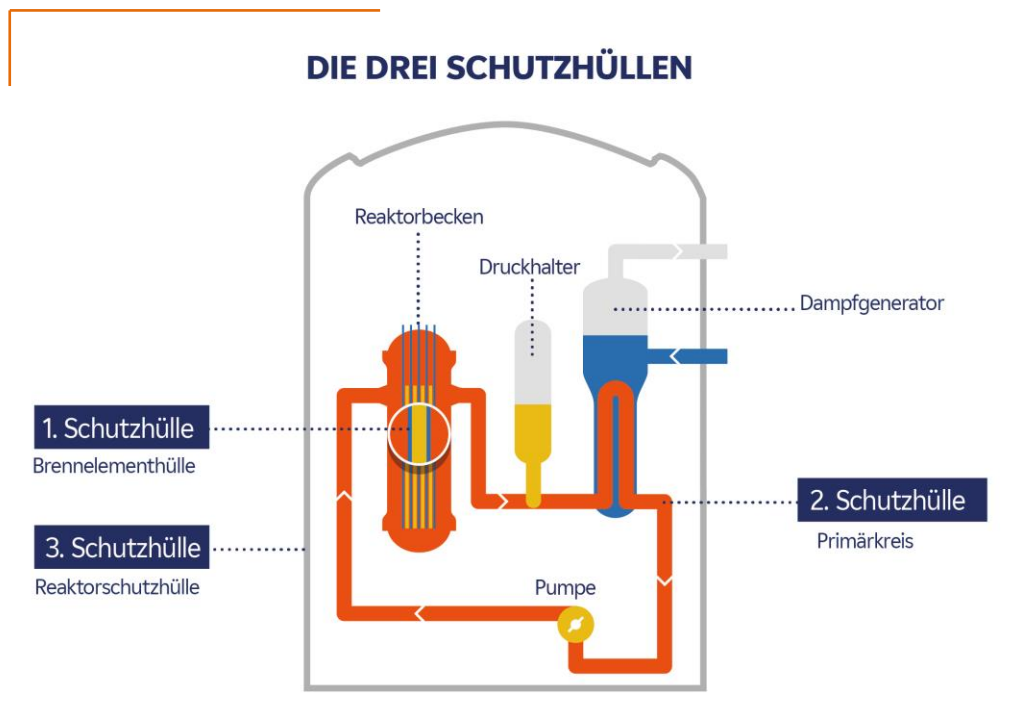
Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind

bezeichnet. Diese Schutzhüllen liegen nach dem Schachtelpuppenprinzip übereinander. Die undurchlässigen, robusten und voneinander unabhängigen Schutzhüllen trennen eine nach der anderen die Brennelemente von der Umwelt.

Auf diese Weise wirken drei voneinander unabhängige physische, robuste und undurchlässige Schutzhüllen zur Einschließung der Radioaktivität zusammen:

- Die Hülle der Brennstäbe,
- Die Hülle um den Primärkreis,
- Die Reaktorschutzhülle.



Die Methode zur Analyse der Risiken umfasst die Ermittlung der möglichen Ursachen für die Freisetzung radioaktiver Stoffe außerhalb der Schutzhüllen und die Festlegung der Maßnahmen zur größtmöglichen Minimierung der Häufigkeit und des Umfangs der Folgen solcher Ereignisse.

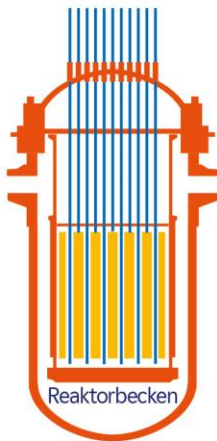
Zur dauerhaften und situationsunabhängigen Aufrechterhaltung der Schutzhüllen wurden Gerätschaften und Systeme entwickelt, die die permanente Wirksamkeit der drei „Sicherheitsfunktionen“ gewährleisten.

DIE DREI SICHERHEITSFUNKTIONEN

1

Steuerung der Kettenreaktion

- Position der Steuerbündel
- Borkonzentration des Wassers

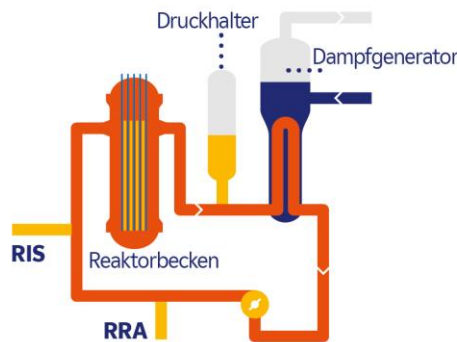


2

Kühlung der Brennelemente

Ableitung der Wärme:

- Im Normalbetrieb über die Dampfgeneratoren
- Bei Reaktorstilllegung über den Kühlkreis (RRA)
- Über die Notkühlsysteme (RIS)

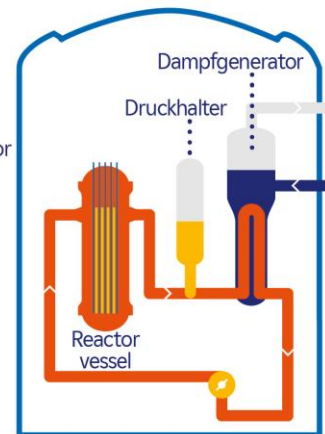


3

Einschließung der Radioaktivität

Anhand der drei Schutzhüllen:

- Brennelementhülle
- Primärkreis
- Reaktorschutzhülle



Die implementierten Maßnahmen zur Gewährleistung dieser drei grundlegenden Funktionen der nuklearen Sicherheit **sorgen für den Schutz der Bevölkerung und der Umwelt vor ionisierenden Strahlungen** und somit für die Umsetzung dieser vierten Sicherheitsfunktion, die durch die geänderte Verordnung vom 7. Februar 2012 über die Festlegung der allgemeinen Regeln für Basis-Nuklearanlagen – der sogenannten „INB-Verordnung“ – eingeführt wurde.

Der „sichere“ Zustand eines Reaktors zeichnet sich durch die Gewährleistung der drei Sicherheitsfunktionen aus:

- Kontrolle über die nukleare Kettenreaktion im Reaktor,
- Kühlung der Brennelemente,
- Einschließung der radioaktiven Stoffe

sowie die ordnungsgemäße Funktion der Systeme, die die Aufrechterhaltung dieser Bedingungen sicherstellen.

Um ein hohes Sicherheitsniveau des Kraftwerks zu gewährleisten, beruhen Entwicklung und Betrieb der Reaktoren auf der Anwendung eines in die Tiefe gehenden Abwehrkonzepts, das zur Einplanung zusätzlicher Mittel zum Schutz dieser Schutzhüllen und Begrenzung der Folgen von Unfällen auf ein für die Bevölkerung und Umwelt akzeptables Maß führt. Aufeinander folgenden Abwehrstufen, die so weit wie möglich zuverlässig und voneinander unabhängig sind, werden anhand der Umsetzung von zusätzlichen technischen, menschlichen und organisatorischen Mitteln vorgesehen, um solche Unfälle zu verhindern oder deren Folgen zu begrenzen.

Sowohl bei der Entwicklung als auch im Betrieb gliedert sich die Tiefenabwehr in fünf Stufen:

1. **Vorbeugung (1. Stufe):** Das Eintreten der Störung verhindern;
2. **Überwachung oder Erkennung (2. Stufe):** Dem Eintreten der Störung durch Kontrollen oder Prüfungen vorgreifen, oder die Störung unmittelbar nach ihrem Eintreten erkennen, um die normale Betriebssituation wieder herzustellen;
3. **Handlungsmittel (3. Stufe):** Eindämmung der Folgen der Störung oder ggf. Begrenzung ihrer Verschlimmerung durch Wiederaufnahme der Anlagensteuerung (Verfahrensanweisungen für Störfälle und Unfälle);
4. **Abschwächung (4. Stufe):** Situationsmanagement zur Begrenzung der radiologischen Folgen für die Umwelt und die Bevölkerung (Abschließende Verfahrensanweisungen);
5. **Bevölkerungsschutz (5. Stufe):** Die 5. Stufe der Tiefenabwehr obliegt den Behörden und entspricht der Umsetzung des speziellen Einsatzplans (PPI – Plan particulier d'intervention) (in Sicherheit bringen, Jodtabletten verabreichen, Evakuierung...).

Der in den jeweiligen Kernsicherheitsbericht der einzelnen Reaktoren von Dampierre-en-Burly übernommene Nachweis der Begrenzung der radiologischen Risiken erfolgt durch die Prüfung der Beachtung der allgemeinen nuklearen Sicherheitsziele bei allen störfall- oder unfallbedingten Abläufen. Zu diesem Zweck wurden zahlreiche Störfall- und Unfallszenarien betrachtet und nach der Häufigkeit ihres Auftretens in Kategorien eingestuft. Das Konzept der Anlagen muss auch einen geeigneten Schutz gegen Szenarien gewährleisten, die durch kumulierte Störungen oder interne bzw. externe Ursachen ausgelöst werden, und die grundlegenden Kernsicherheitsfunktionen beeinträchtigen. Anlässlich der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung erhalten die Reaktoren von Dampierre-en-Burly in ihren Referenzunterlagen ein robustes Konzept für Unfälle mit Kernschmelze. Die betrachteten Szenarien führen zur Implementierung von Maßnahmen⁸ zur Begrenzung der Folgen dieser Unfälle, ohne die Unversehrtheit der 3. Schutzhülle zu beeinträchtigen.

Studien über die nukleare Sicherheit werden mit einem konservativen Ansatz – d. h. mit Herabstufung einflussreicher Hypothesen oder Parameter – hinsichtlich des Zustands und der Funktion der Systeme sowie der mit den Szenarien verbundenen physikalischen Ereignisse durchgeführt. Bei Bedarf wird auf Entkopplungshypothesen zurückgegriffen, um Unsicherheiten zur berücksichtigen. Somit können Entwicklungsmargen für gefürchtete Situationen gewährleistet werden. Dadurch wird verhindert, dass erkannte Wissenslücken die Schlussfolgerungen dieser Studien in Frage stellen.

Die Untersuchung der radiologischen Folgen all dieser Szenarien dient der Prüfung der Stichhaltigkeit der bei der Entwicklung und im Betrieb ergriffenen Maßnahmen zur Gewährleistung der Unversehrtheit der Schutzhüllen zur Einschließung der radioaktiven Stoffe (Brennstabhüllen, Primärkreishülle und Reaktorgebäudehülle). Sie dient auch der Prüfung auf Austritt radioaktiver Stoffe aus dem Kraftwerk infolge solcher Störfälle/Unfälle, die zu begrenzten Folgen für Bevölkerung und Umwelt führen.

Dabei werden unterschieden:

- Die radiologischen Folgen der Bemessungsstörfälle und -unfälle (die bei der Entwicklung betrachtet wurden),
- Die radiologischen Folgen der sogenannten zusätzlichen Unfälle, die ursprünglich bei der Entwicklung nicht berücksichtigt wurden und Szenarien mit kumulierten Störungen entsprechen. Diese Unfälle werden untersucht, um die anlagenbedingten Risiken durch zusätzliche, in die Anforderungs-Referenzunterlagen integrierte Maßnahmen zu verringern. Dies gilt insbesondere für den Unfall aufgrund eines Dampfrohrbruchs (RTV – Rupture de tuyauterie vapeur), begleitet von multiplen Dampferzeugerrohrbrüchen (RTGV – Rupture de tube de générateur de vapeur),
- die radiologischen Folgen möglicher Unfälle mit Kernschmelze.

⁸ Einige Verbesserungen gelten für die 900 MWe-Klasse und können daher in diesem Dokument erwähnt werden.

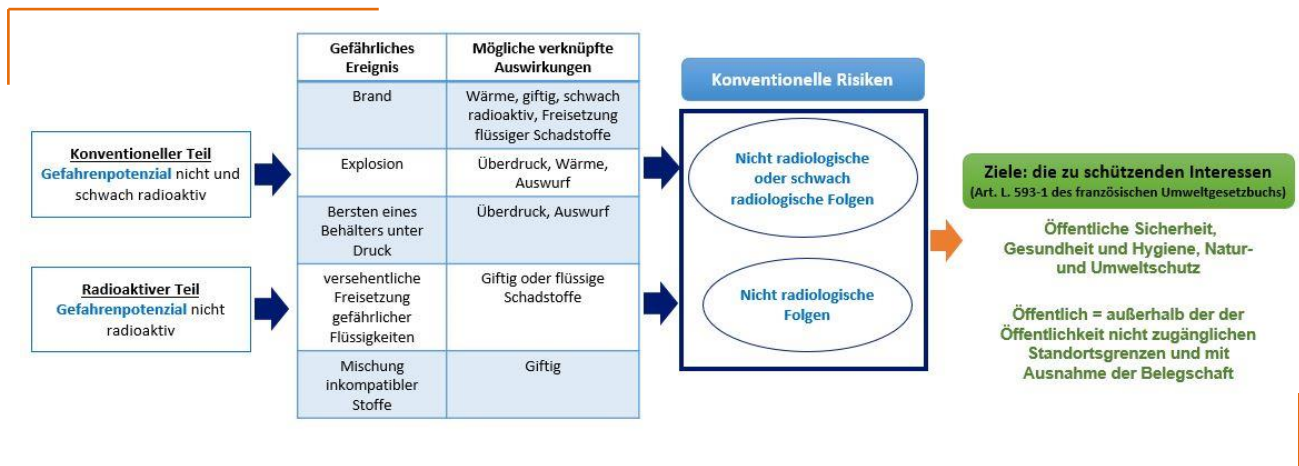
4.2.2. Begrenzung der konventionellen Risiken

4.2.2.1. Methodik zur Analyse der Risiken

Konventionelle Risiken sind z. B. mit der Lagerung und Verwendung von brennbaren Produkten, Chemikalien oder schwach radioaktiven Stoffen im Innern der konventionellen Anlagen verbunden.

Der Nachweis der konventionellen Sicherheit soll belegen, dass diese konventionellen Risiken im Hinblick auf die zu schützenden Interessen akzeptabel sind:

- Die Bevölkerung: Der Analyseumfang berücksichtigt alle der Öffentlichkeit zugänglichen Bereiche außerhalb der Standortgrenzen;
- Die Umwelt und Natur:



Folgende ggf. außerhalb des Standorts durch diese konventionellen Risiken nicht oder nur schwach radiologischer Art verursachten Auswirkungen sind möglich:

- Auswirkungen über die Luft:
 - Schäden durch Wärmeentwicklung aufgrund von Brand, Stichflammen und Explosion,
 - Schäden durch Giftstoffe aufgrund der Freisetzung von Brandgasen, der Verdunstung von Giftstoffen, des Austritts giftiger Gase oder der Mischung unverträglicher Stoffe,
 - Schäden durch Überdruck aufgrund einer Explosion oder berstender Anlagen,
 - Geringe radiologische Schäden durch Dispersion von Radionukleiden aufgrund des Brands einer leicht radioaktiven Anlage,
 - Schäden durch Ausschleudern von Projektilen aus drehenden Maschinen aufgrund einer Explosion oder dem Bersten einer Anlage,
- Schäden durch flüssige Medien: Schäden durch die Freisetzung von flüssigen Gefahrstoffen oder schwach radioaktiven Stoffen in die Umwelt.

Gefahrenpotenziale werden anhand ihrer möglichen Auswirkungen auf die zu schützenden Interessen ermittelt und definiert. Die ermittelten Gefahrenpotenziale umfassen die mit den verwendeten oder gelagerten Produkten verbundenen Gefahrenpotenziale sowie die mit den Tätigkeiten verknüpften Gefahrenpotenziale.

Die Begrenzung der konventionellen Unfälle wird durch die Anwendung des Prinzips der Tiefenabwehr erreicht, aber auch durch die Beherrschung der folgenden Kernsicherheitsfunktionen:

- Die Einschließung gefährlicher oder schwach radioaktiver Stoffe,
- Den Schutz der Bevölkerung und der Umwelt vor den Schäden durch Giften, Überdruck, Wärmeentwicklung und Ausschleudern von Projektilen.

Die Analyse wird iterativ anhand folgender Ansätze bis zum Nachweis der Zumutbarkeit des Risikos durchgeführt:

- Verringerung der Risiken an der Quelle: ermitteln, inwiefern die Mengen der Stoffe verringert oder Ersatzprodukte verwendet werden können, wenn die Betriebsvorgaben dies zulassen,
- Ermittlung und Valorisierung der Maßnahmen zur Begrenzung der organisationsrelevanten und technischen Risiken (Vorbeugung, Überwachung, Abschwächung), um das Auftreten bzw. die Folgen der Unfallszenarien zu verringern.

Alle Anlagen, die Tätigkeiten mit Gefahrenpotenzial umfassen oder für die Gefahrstoffe gelagert werden, unterliegen periodischen Prüfungen. Vorbeugende Wartungsmaßnahmen werden in Übereinstimmung mit den Vorgaben der Hersteller oder gemäß den an den Gerätschaften ermittelten Erfahrungswerten durchgeführt. Festgestellte Abweichungen werden durch fehlerbehebende Instandsetzungsmaßnahmen beseitigt.

Brandrisiken werden gesondert behandelt (Brandaktionsplan und Projekt Brandrisikobegrenzung) und sind Gegenstand einer aufgrund von Erfahrungswerten aktualisierten Analyse im Rahmen der ständigen Verbesserungsmaßnahmen. Die Begrenzung der Brandrisiken stützt sich auf die Vorbeugung und schnelle Erkennung von Bränden sowie auf deren Löschung bzw. die Begrenzung der Eskalierung und Ausbreitung von Bränden.

Hinsichtlich der Schäden durch Flüssigkeiten aufgrund der unbeabsichtigten Freisetzung von gefährlichen oder schwach radioaktiven Flüssigkeiten beruht die Begrenzung der Risiken auf der Einrichtung von Vorrichtungen zur Einschließung der ausgetretenen Stoffe. Manche dieser Vorrichtungen sind die letzte Maßnahme zum Schutz der Umwelt und gelten als wichtige Komponenten für den Schutz der Interessen (EIP – Élément important pour la protection des intérêts) und unterliegen entsprechenden Anforderungen für ihre ordnungsgemäße Funktion. **Die Beachtung dieser Anforderungen durch den Betreiber ist Gegenstand besonderer Bestimmungen (Überwachung, Prüfung, Wartung), die die Begrenzung der Risiken gewährleisten.**

Hinsichtlich der Auswirkungen über die Luft erfolgt eine erste Analyse zur Ermittlung der die Hülle betreffenden Unfallszenarien, die Schäden außerhalb des Standorts verursachen können, sowie der Maßnahmen, die zur Begrenzung dieser Risiken ergriffen werden. Für jedes dieser Unfallszenarien wird eine vertiefte Risikoanalyse durchgeführt, um die Wahrscheinlichkeit eines solchen Unfalls und den Umfang der Folgen zu ermitteln. Die zum Nachweis der Begrenzung der konventionellen Risiken ermittelten Maßnahmen gelten dann als wichtige Tätigkeiten oder Komponenten für den Schutz der Interessen (AIP – Activité importante pour la protection des intérêts und EIP – Élément important pour la protection des intérêts), einschließlich der dazugehörigen Anforderungen für die ordnungsgemäße Funktion, deren Beachtung durch den Betreiber Gegenstand besonderer Bestimmungen (Überwachung, Prüfung, Wartung) ist.

Diese Maßnahmen werden im Rahmen der Betriebsnachverfolgung überwacht.

4.2.2.2. Zusammenfassung für Dampierre-en-Burly

■ **Risiken über die Luft**

Die Risiken über die Luft der betrachteten Unfallszenarien bergen keine Auswirkungen außerhalb der Standortgrenzen, mit Ausnahme der im Folgenden beschriebenen Szenarien. Die für das Kraftwerk von Dampierre-en-

Burly durchgeführte Risikoanalyse hat drei konventionelle Unfallszenarien ausgewiesen, die die zu schützenden Interessen beeinträchtigen können:

- In der Anlage zur Monochloraminbehandlung kann sich beim Zapfvorgang am Behälter im Zapfbereich⁹ eine Ammoniakpfütze bilden, die zur Freisetzung einer giftigen Ammoniakwolke führen könnte;
- An der Entsalzungsstation, in der verschiedenen Produkte von den Tanklastwagen abgezapft werden, kann ein Szenario mit Freisetzung einer giftigen Chlorwolke nach Erzeugung eines inkompatiblen Gemischs innerhalb der Anlage während eines Zapfvorgangs auftreten;
- Wenn ein Tankfahrzeug bei der Lieferung die Zapfbereiche der Entsalzungsstation, die Anlagen zur Monochloraminbehandlung und die Anlage zur Abwasseraufbereitung verwechselt, kann sich ebenfalls zwischen den Anlagen eine inkompatible Mischung von Gefahrstoffen bilden und zur Dispersion einer giftigen Chlorwolke über die Luft führen.

Zahlreiche Vorbeugungsmaßnahmen wurden ergriffen, um derartige Unfälle zu vermeiden: Schulung der zuständigen Personen, Erstellung detaillierter Verfahrensanweisungen, Einrichtung von optischen Signalen und Prüfung der Begleitunterlagen des in Empfang genommenen Produkts, Implementierung von praktischen Vorgehensweisen zur Steigerung der Zuverlässigkeit der Mitarbeiter bei diesen Tätigkeiten usw.

Das Risikolevel des Szenarios mit Freisetzung einer giftigen Ammoniakwolke nach dem Verlust der Ammoniakschutzhülle im Zapfbereich der Monochloraminbehandlungs-anlage ist akzeptabel. Die Wahrscheinlichkeit seines Eintretens entspricht der eines sehr unwahrscheinlichen Ereignisses (weniger als 1 mal alle 10.000 Jahre).

Für die zwei Szenarien inkompatibler Gemische werden besondere Vorbeugungsmaßnahmen ergriffen, um die Wahrscheinlichkeit des Eintretens zu verringern. Diese Maßnahmen zur Risikobegrenzung werden als wichtige Tätigkeiten für den Schutz der Interessen (AIP) ergriffen und speziell an jedes Szenario angepasst. Diese Vorbeugungsmaßnahmen müssen vor dem Zapfen stattfinden und gestalten sich wie folgt:

- Die Lastwagen werden systematisch vom Standorteingang bis zu den Zapfbereichen begleitet, wo sie erwartet werden, um so die Wahrscheinlichkeit einer Verwechslung des Zapfbereichs zu begrenzen;
- Die Prüfung des Schlauchanschlusses am Einfüllstutzen, der dem zu zapfenden Produkt entspricht;
- Das gelieferte Produkt wird anhand einer Probenentnahme kontrolliert, um sicherzustellen, dass das gelieferte Produkt die erwarteten Spezifikationen erfüllt;

In Anbetracht der ergriffenen Maßnahmen ist die Wahrscheinlichkeit des Eintretens von Szenarien mit inkompatiblen Gemischen ein sehr unwahrscheinliches Ereignis (weniger als 1 mal alle 10.000 Jahre).

Nach Abschluss der Maßnahmen zur Tiefenabwehr und der Ermittlung mehrerer Ansatzpunkte zur Begrenzung der Risiken gelten alle Unfallszenarien hinsichtlich der zu schützenden Interessen als kontrolliert.

■ **Risiken durch Flüssigkeiten**

Im Hinblick auf die Risiken durch Flüssigkeiten wird die Einschließung der freigesetzten Flüssigkeiten durch die Einrichtung geeigneter Vorrichtungen gewährleistet, um so die versehentliche Freisetzung von Gefahrstoffen oder

⁹ Beim Zapfen handelt es sich um das Entladen eines Lastwagens, dessen Behälter flüssige oder gasförmige Medien enthält.

schwach radioaktiver Stoffe in die Umwelt zu verhindern. Die Szenarien, bei denen Flüssigkeiten freigesetzt werden, haben somit keine Auswirkungen auf die Umwelt.

Die konventionellen Risiken des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly für die zu schützenden Interessen sind somit begrenzt.

4.3. Begrenzung der Alterung und Obsoleszenz

Der Ansatz zur Begrenzung der Alterung und zum Umgang mit Obsoleszenz beruht bei den von EDF betriebenen Kraftwerken auf:

- Der Begrenzung der Alterung der Systeme, Strukturen und Komponenten,
- Der Wartung,
- Dem Umgang mit der Obsoleszenz der Gerätschaften und Ersatzteile.

Die wichtigsten Maßnahmen, die vom Betreiber in diesem Bereich ergriffen oder vorgeschlagen werden, betreffen zwei Ziele:

- Nachweisen, dass die nicht ersetzbaren Gerätschaften in der Lage sind, ihre Funktion auch nach 40 Jahren zu erfüllen:
 - In Bezug auf das Becken der Reaktoren von Dampierre-en-Burly,
 - wird die Druckprüfung im Rahmen der zehnjährlichen Sicherheitsüberprüfung zur umfassenden Neueinstufung des Hauptprimärkreises (CPP – Circuit primaire principal) durchgeführt;
 - werden zusammenfassende Unterlagen erstellt, um die Aufrechterhaltung des Betriebs gemäß eines konservativen deterministischen Ansatzes (Neutronentechnik, Werkstoffe, Mechanik...) nachzuweisen; Sie behandeln einerseits die theoretische Untersuchung der umfangreichsten hypothetischen und nicht erfassbaren allgemeinen Störung (für alle Becken der 900 MWe-Kraftwerke) und beckenspezifische Untersuchungen für jedes einzelne Becken anhand der Befunde der Prüfungen, die im Rahmen der 4. zehnjährlichen Sicherheitsüberprüfung (VD4 – 4^e visite décennale) durchgeführt wurden;
 - Die Einführung von Hafnium, einer neutronenabsorbierenden Substanz, in die Brennelementbündel der Reaktoren von Dampierre-en-Burly gegenüber von den am stärksten durch Neutronen bestrahlten Beckenbereichen verringert die Neutronenfluenz (in die Betriebsdauer des Reaktors integrierter Neutronenfluss) im Becken.
 - Der mechanische Leistungszustand der Reaktorschutzhüllen wird kontinuierlich mittels Abhorchvorrichtungen überwacht (z. B. Verformungsmessungen) und die Schutzhülle bei jeder zehnjährlichen Sicherheitsüberprüfung einer Druckprüfung unterzogen.
- Nachweisen, dass die ersetzbaren Gerätschaften in der Lage sind, ihre Funktion auch nach 40 Jahren zu erfüllen, oder sie entweder ersetzen oder aufbereiten.

Für Komponenten, deren Leistung wahrscheinlich aufgrund ihrer Alterung abnimmt und deren Ausfall Auswirkungen auf die nukleare Sicherheit haben kann, erfolgt eine Überwachung, die dokumentiert und regelmäßig aktualisiert wird: Alterungsanalyse für jede einzelne Vorrichtung und zusammenfassende Unterlagen über die Eignung zur Fortsetzung des Betriebs für jeden Reaktor. Diesbezüglich werden im Rahmen der VD4 der Reaktoren von Dampierre-en-Burly Inspektionen sowie Prüfungen und Wartungsmaßnahmen an den folgenden Systemen, Strukturen und Komponenten vorgenommen: Bauwerksstrukturen, Leitstand, für nukleare Umfelder zugelassene Kabel, Kabeldurchführungen, mechanische und elektromechanische Vorrichtungen, elektrische Anlagen und Instrumentenausrüstung.

4.4. Nukleare Sicherheit, Reaktor während der endgültigen Stilllegung

Für jede Rückbauphase sind Kernsicherheits-Bezugsunterlagen für die Durchführung der phasenspezifischen Maßnahmen vorhanden.

Solange Brennelemente in der Anlage vorhanden sind, gelten bestimmte nukleare Sicherheitsziele, die in den Kernsicherheits-Bezugsunterlagen für den Betrieb der Anlage beschrieben sind, insbesondere bezüglich des Reaktorbeckens im Brennelementlager:

- Die Überwachung der Reaktivität der verbrauchten Brennelementbündel wird durch Lagergestelle gewährleistet, die die Unterkritikalität der Brennelemente anhand von Einlagen aus neutronenabsorbierenden Substanzen und Borwasser sicherstellen.
- Wenn die Kühlung der Reaktorbecken unterbrochen ist, wird die Ableitung der Restleistung der Brennelemente aufgrund der sehr geringen Restwärmeleistung der Brennelemente und der großen Wassermenge in den Reaktorbecken kurzfristig nicht beeinträchtigt. Obwohl die Wiederherstellung der Kühlung das Hauptziel ist, könnte die Restwärme auch dadurch abgeleitet werden, dass man das Wasser kochen lässt und die Reaktorbecken mit Frischwasser versorgt. Das Einleiten von Frischwasser in das Reaktorbecken kann über verschiedene Systeme des Kraftwerks erfolgen, unter Anderem durch neue Maßnahmen, die nach dem Unfall in Fukushima Daiichi eingeführt und anschließend in die Kernsicherheits-Bezugsunterlagen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung aufgenommen wurden.

Nach der Beseitigung der Brennelemente beruht die nukleare Sicherheit auf der Begrenzung der Risiken einer Ausbreitung gefährlicher Stoffe und Substanzen (Feststoffe, Flüssigkeiten oder Gase) und der Exposition durch gefährliche Ereignisse (Giftexposition aufgrund der Ausbreitung durch Flüssigkeiten bzw. Luft, Wärmeentwicklung, Überdruck, Ausschleudern von Projektilen, schwache Strahlenexposition).

Die Wahl sollte auf die technischen Möglichkeiten fallen, die das Prinzip der Tiefenabwehr anwenden und jede umfangreiche Ausbreitung radioaktiver Stoffe außerhalb des Standorts verhindern und die Exposition der Bevölkerung begrenzen. Sie werden in der Studie zur Begrenzung der Risiken aufgeführt, die mit den von Art. R. 593-67 des französischen Umweltgesetzbuchs geforderten Rückbauunterlagen vorzulegen sind.



5.1. Vorgehensweise

Abschnitt 5 beschreibt die Bewertung der Auswirkungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly auf die Umwelt im aktuellen Zustand und für die kommenden 10 Jahre.

Die ersten Unterabschnitte beschreiben die folgenden Punkte:

- Die Methoden, die für die Bewertung der Auswirkungen auf die Umwelt gewählt wurden (§5.2);
- Die Unsicherheiten im Zusammenhang mit der Bewertung der Auswirkungen (§ 5.3);
- Die für die Bewertung verwendeten Daten (§ 5.4);
- Der aktuelle Zustand der Umwelt (§ 5.5).

Der Unterabschnitt 5.6 beschreibt die Wechselbeziehungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit der Umwelt zum aktuellen Zeitpunkt und für die kommenden 10 Jahre.

Der Unterabschnitt 5.7 beschreibt die Auswirkungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly auf die Umwelt zum aktuellen Zeitpunkt und für die kommenden 10 Jahre. Die Auswirkungen der endgültigen Stilllegung des Kraftwerks sind in Abschnitt 5.7.10 dargelegt.

5.2. Methode zur Bewertung der Auswirkungen

Die Methoden zur Bewertung der Auswirkungen werden nach Bereichen beschrieben und sollen die Folgen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly auf die Gesundheit und Umwelt bewerten sowie nachweisen, dass sie akzeptabel sind.

■ **Luft und Klimafaktoren**

Die Analyse der Auswirkungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly auf das Klima stützen sich auf die Analyse des Lebenszyklus (ACV – Analyse du cycle de vie) des kWh aus Kernenergie für den derzeit von EDF betriebenen Kraftwerkspark. Sie wurde von EDF gemäß einer Standardmethode durchgeführt und von einer unabhängigen Sachverständigenkommission geprüft. Sie beruht auf der Inventur der Stoff- und Energieflüsse während der verschiedenen Phasen des Produktlebenszyklus, vom Abbau der Rohstoffe bis zum Abfallmanagement.

Die Analyse der Auswirkungen auf die Luftqualität stützt sich auf einen Vergleich der Konzentration der freigesetzten Stoffe mit den im französischen Umweltgesetzbuch festgelegten Luftqualitätsnormen (R. 221-1).

■ **Oberflächengewässer**

Die Bewertung der Auswirkungen der Freisetzung von flüssigen chemischen Schadstoffen auf die Qualität der Oberflächengewässer beruht auf:

- Einer rückblickenden Analyse der Auswirkungen vergangener und aktueller Freisetzungen von flüssigen Chemikalien mittels Daten aus der chemischen und gewässerökologischen Überwachung, die oberhalb und unterhalb des Standorts durchgeführt wird;
- Einer quantitativen Bewertung der Auswirkungen der Freisetzung flüssiger Chemikalien für jeden einzelnen Stoff auf der Grundlage des Vergleichs der berechneten Konzentrationen in der Umwelt mit Referenzwerten (Grenzwerte, Leitwerte, ökotoxikologische Daten...).

■ **Böden und Grundwasser**

Die Bewertung der Auswirkungen auf die Böden und das Grundwasser beruht auf:

- Der Durchführung einer Bestandsaufnahme der Böden und des Grundwassers des Kraftwerks auf der Grundlage einer Analyse der historischen Daten und der Ergebnisse der Pegelüberwachung des Standorts, vervollständigt durch Messkampagnen;
- Dem Vergleich mit Referenzdaten für die Böden: Daten über die Qualität der umliegenden Böden (außerhalb der Bereiche, die potentiell durch die Anlage beeinflusst werden), Daten aus speziellen Studien oder nationalen Programmen;
- Dem Vergleich mit Wasserqualitätsgrenzwerten für das Grundwasser (Verordnung vom 11. Januar 2007 über Grenzwerte und Referenzen zur Qualität von Rohwasser und Wasser für den menschlichen Verzehr, Verordnung vom 17. Dezember 2008 zur Festlegung der Kriterien für die Bewertung und die Modalitäten für die Bestimmung des Zustand des Grundwassers, OMS-Leitlinien über die Qualität des Trinkwassers von 2017 und Richtlinie 2013/59/EURATOM vom 5. Dezember 2013, die die Grundnormen über den Gesundheitsschutz gegen Risiken aufgrund der Exposition durch ionisierende Strahlungen festlegen).

■ **Radioökologie**

Die Bewertung der Auswirkungen der Freisetzung von flüssigen und atmosphärischen radioaktiven Schadstoffen auf die Umwelt beruht auf:

- Einer rückblickenden Analyse der Auswirkungen der bis zum heutigen Datum ausgestoßenen Schadstoffe unter Berücksichtigung der Ergebnisse des ursprünglichen Referenzzustands, der zehnjährlichen Bestandsaufnahmen und der jährlichen Überwachung;
- Einer prospektiven Analyse, die mit dem europäischen ERICA-Tool (Environmental Risks from Ionising

Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind

Contaminants : Assessment and management) zur Bewertung der radiologischen Risiken für Ökosysteme an Land und im Wasser aufgrund der Freisetzung von radioaktiven Schadstoffen am Standort von Dampierre-en-Burly, unter Berücksichtigung der zulässigen Schadstoffgrenzwerte durchgeführt wird.

Das Prinzip dieser Bewertung beruht auf einem Vergleich der durch radioaktive Schadstoffe verursachten Dosisrate mit einem auswirkungsfreien Dosisratenwert für jeden einzelnen Referenzorganismus. Dieser Vergleich führt zur Berechnung eines Risiko-Index. Liegt der Risiko-Index unter 1 kann daraus geschlossen werden, dass das Risiko vernachlässigbar ist.

■ **Artenvielfalt**

Die Analyse der Auswirkungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly auf die biologische Vielfalt beruht auf:

- Der Untersuchung der Naturgebiete, Lebensräume, Fauna, Flora und ökologischen Funktionen im Bereich der Untersuchungsfläche (Literaturstudien und Untersuchungen vor Ort);
- Der Analyse der Folgen der einzelnen Wechselwirkungen zwischen dem Kraftwerk von Dampierre-en-Burly und den Naturgebieten, der Fauna, Flora und den ökologischen Funktionen.

■ **Bevölkerung und deren Gesundheit**

Die dosisbedingten Auswirkungen der Freisetzung radioaktiver Schadstoffe berücksichtigen die interne und externe Exposition durch Freisetzung flüssiger radioaktiver Schadstoffe und durch die Atmosphäre.

Folgende Expositionswege werden berücksichtigt (siehe nachfolgende Abbildung):

- Externe Exposition durch radioaktive atmosphärische Schadstoffe, radioaktive atmosphärische Ablagerungen am Boden, Ablagerungen durch Bodenbewässerung, Ufersedimente;
- Interne Exposition durch Einatmen, Verzehr von Nahrungsmitteln.

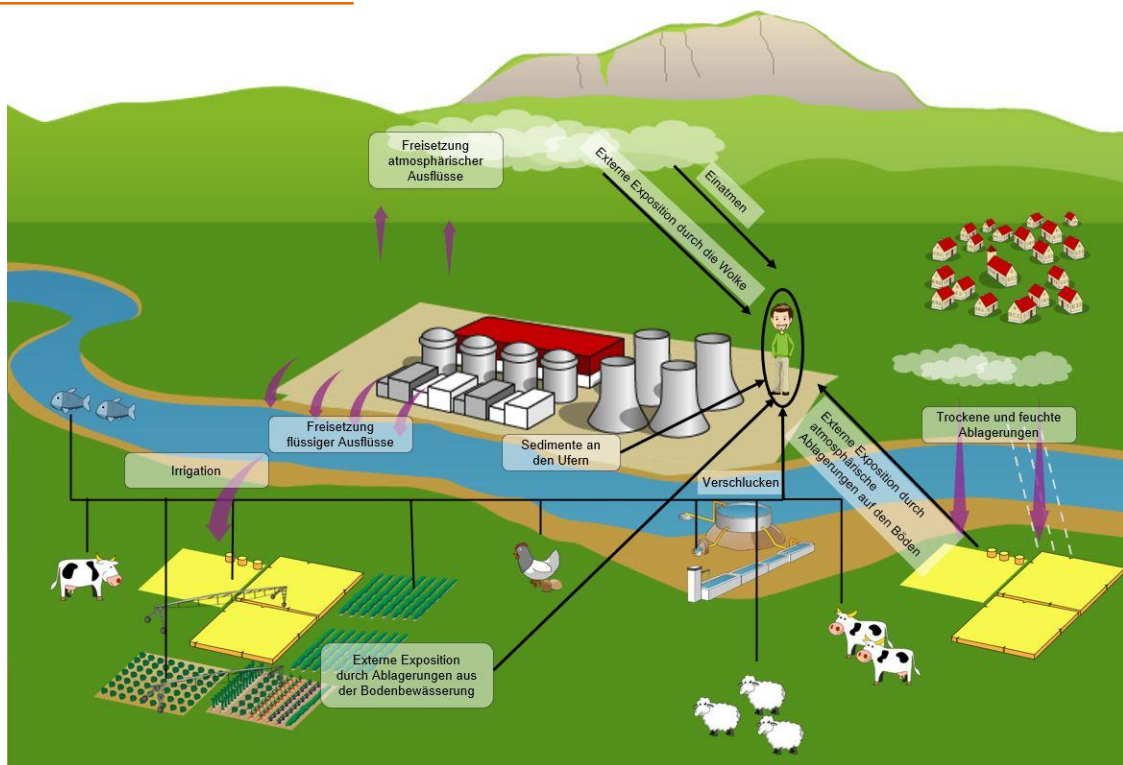
Zur Bewertung der dosisbedingten Auswirkungen auf die Bevölkerung durch freigesetzte radioaktive Schadstoffe aus dem Kernkraftwerksbetrieb verfügt EDF über ein Tool, das vom Institut für Strahlenschutz und nukleare Sicherheit (IRNS – Institut de radioprotection et de sûreté nucléaire) (der heutigen Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection – ASNR) entwickelt wurde.

Die Bewertung umfasst die folgenden Schritte:

- Beschreibung der freigesetzten radioaktiven Schadstoffe;
- Beschreibung der Umwelt im Bereich des Kraftwerks;
- Bewertung der Übertragung der Radionukleide, die in den verschiedenen Umweltstufen bis zum Menschen freigesetzt werden: in der Luft, im Wasserlaufsystem, in der Landwirtschaft (Pflanzen, Tiere, Böden);
- Bewertung der Exposition der benachbarten Bevölkerung;
- Vorlage der Ergebnisse, einschließlich der Vergleiche der von der Referenzperson empfangenen Gesamtwirkdosis mit dem vorgeschriebenen Grenzwert von 1 mSv/Jahr.

Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind



Wege der Exposition durch freigesetzte radioaktive Schadstoffe ©EDF

Zur **Bewertung der sanitären Risiken** durch freigesetzte flüssige Chemikalien wird eine an den Methodenleitfaden „Évaluation de l'état des milieux et des risques sanitaires“ (Bewertung des Zustands der Umwelt und der Gesundheitsrisiken) des nationalen Instituts für Umwelt und Risiken (Institut national de l'environnement et des risques – INERIS) angelehnte Methode angewandt. Die Bewertung erfolgt in zwei Schritten:

- Die Auslegung des Zustands der Umwelt (IEM – Interprétation de l'état des milieux) auf der Grundlage besonderer Überwachungs- und Messdaten;
- Die prospektive Bewertung der Gesundheitsrisiken (EPRS – Évaluation prospective des risques sanitaires) auf der Grundlage der Modellierung der Schadstofffreisetzungen, die dem Standort von Dampierre-en-Burly zuzuordnen sind. Die EPRS besteht aus fünf Schritten:
 - Aufstellung der freigesetzten Stoffe,
 - Bestandsaufnahme der Problematik und der Expositionswege,
 - Ermittlung der Gefahren, Bewertung des Verhältnisses zwischen Dosis und Ergebnis sowie Ermittlung der Indikatoren der Gesundheitsrisiken,
 - Bewertung der Exposition der Bevölkerung,
 - Beschreibung und Kategorie der Risiken.

Aufgrund der geringen Mengen der in die Atmosphäre gelangenden chemischen Schadstoffe, ihrer geringen Dauer, ihres seltenen Auftretens oder dem Fehlen toxikologischer Referenzwerte (VTR – Valeur toxicologique de référence) werden die Gesundheitsrisiken durch freigesetzte Chemikalien in der Atmosphäre qualitativ bewertet.

Die Bewertung der **Lärmbelastung** durch das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly beruht auf wiederholten Akustikmessungen in der Umwelt im Bereich der Zonen mit reglementiertem Aufkommen und im Grenzbereich des Standorts. Die Methode dieser Messkampagnen entstammt der Norm NF S 31-010 bezüglich der Beschreibung und Messung von Umweltgeräuschen.

■ **Menschliche Aktivitäten**

Die Bewertung der Auswirkungen auf menschliche Aktivitäten erfolgt im Zusammenhang mit den Umweltsachverhalten:

- Auf der Grundlage öffentlicher und bestätigter Daten (z. B. Daten zum Straßenverkehr, zur Bodennutzung, zur Wassernutzung);
- Auf der Grundlage von Bewertungen der Auswirkungen der vom Kraftwerk freigesetzten Schadstoffe auf die Gesundheit.

■ **Abfallmanagement**

Die Auswirkungen der erzeugten Abfälle beruht hauptsächlich auf der Analyse der Maßnahmen, die hinsichtlich der Abfallzonenbestimmung, Beschreibung, Sortierung, Aufbereitung, Verpackung und Überwachung implementiert wurden, sowie auf der Analyse der Erfahrungswerte des Kraftwerks.

Die Berechnung der erzeugten Abfallmengen und die Schätzung der voraussichtlich in den kommenden Jahren zu erzeugenden Abfallmengen beruhen auf Daten aus den vom Kraftwerk erstellten Jahresbilanzen des Abfallmanagements. Diese Bilanzen liefern quantitative und qualitative Daten zu den vom Kraftwerk erzeugten Abfällen, einschließlich der Sektoren, an die die Abfälle weitergeleitet wurden und zukünftig weitergeleitet werden.

5.3. Unsicherheiten im Zusammenhang mit der Bewertung der Auswirkungen

Die im obigen Absatz beschriebenen Methoden zur Bewertung der Auswirkungen entsprechen dem aktuellen Stand der Technik und wurden auf der Grundlage der verfügbaren wissenschaftlichen Ergebnisse erstellt.

Die Fortschritte der Wissenschaft werden schrittweise in die Überwachung der Umwelt und die Entwicklung von Hypothesen und Berechnungs-Tools integriert.

In die Bewertungen der Auswirkungen werden konservative Ansätze aufgenommen. Als wichtigster konservativer Ansatz gilt die Betrachtung der Wechselbeziehungen mit der Umwelt im angemessenen Vergleich mit den tatsächlich beobachteten Wechselwirkungen. Weitere konservative Ansätze werden in die diversen Bewertungen aufgenommen, insbesondere in die Expositionsszenarien. So wird beispielsweise beobachtet, dass die benachbarten Bevölkerungsgruppen nur Trinkwasser aus der nächstgelegenen Quelle verbrauchen, ohne Berücksichtigung der Schadstoffersetzung.

5.4. Für die Bewertung verwendete Daten

Für die Bewertung der Auswirkungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly werden die folgenden Daten herangezogen:

- Daten zu den Wechselbeziehungen zwischen Kraftwerk und Umwelt, die in Absatz 5.6 dargelegt werden;
- Daten zum aktuellen Zustand der Umwelt, die hauptsächlich aus Umweltstudien des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly stammen. Diese Daten werden im Absatz 5.5 beschrieben und betreffen:
 - Die Luftqualität;
 - Die Wetterkunde;
 - Die Qualität der Oberflächengewässer;
 - Den Zustand der Böden und Grundwasser;
 - Den radiologischen Zustand der Umwelt;
 - Die Artenvielfalt;
 - Die Bevölkerung und menschliche Tätigkeiten.

Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly veröffentlicht regelmäßig Daten über die Überwachung seiner Schadstoffe und der Umwelt:

- Die Ergebnisse der Überwachung der Umwelt im Umkreis des Kraftwerks werden an das nationale Netz für die Strahlenmessung in der Umwelt weitergeleitet, das unter der Schirmherrschaft der ASNR entwickelt wurde. Die Daten stehen auf der Webseite des nationalen Netzes für die Strahlenmessung zur Verfügung (<https://www.mesure-radioactivite.fr/>).
- Das Kraftwerk veröffentlicht jeden Monat [auf seiner Webseite](#) die Daten über die Überwachung der Schadstoffe und der Umwelt.
- Außerdem wird auf der [Webseite](#) ein Jahresbericht über die Überwachung der Umwelt bereitgestellt.

Weitere Informationen stehen im [Leitfaden „Kernkraftwerke und Umwelt“](#) zur Verfügung, der die Wechselwirkungen zwischen den Kernkraftwerken und der Umwelt sowie die dazugehörigen Überwachungsmodalitäten vorstellt.

5.5. Aktueller Zustand Umwelt

5.5.1. Luft und Klimafaktoren

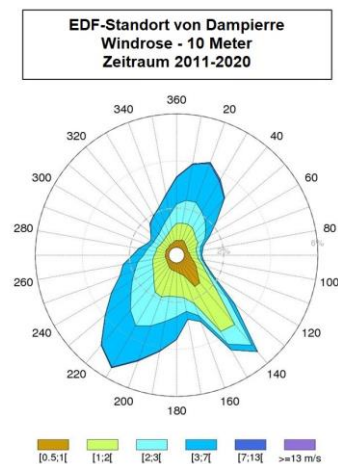
■ **Klima**

Die Region von Dampierre-en-Burly verfügt über ein abgeschwächtes ozeanisches Klima, dass einerseits dem kontinentalen Einfluss aus dem Osten Frankreichs und andererseits den Auswirkungen des ozeanischen Klimas des Atlantiks unterliegt. Es zeichnet sich durch milde, regnerische Winter und kühle, feuchte Sommer aus. Aufgrund des recht geringen Reliefs ist sie Region keinen speziellen lokalen Einflüssen ausgesetzt. In Bezug auf die Windrichtungen sind jedoch die orographischen Auswirkungen des Loiretals zu berücksichtigen.

Im Zeitraum von 2011 bis 2020 liegen die durchschnittlichen Monatstemperaturen in Dampierre-en-Burly zwischen 4,5 °C (Februar) und 20,3 °C (Juli). Es regnet im Durchschnitt 175 Tage im Jahr. Die vorherrschenden Winde wehen aus dem Süd-Südwesten und Nord-Nordosten.

■ **Luftqualität**

Die Qualität der Luft im Bereich des Standorts von Dampierre-en-Burly gilt generell als durchschnittlich, hauptsächlich aufgrund des Ozonaufkommens im Sommer und der Rußpartikel im Winter, die durch private Heizungssysteme erzeugt werden. Die Luftqualitätsnormen werden eingehalten.



Grafik der in 10 m Höhe gemessenen Winde,
Wetterstation des Standorts von Dampierre-en-
Burly,
Zeitraum von 2011 bis 2020

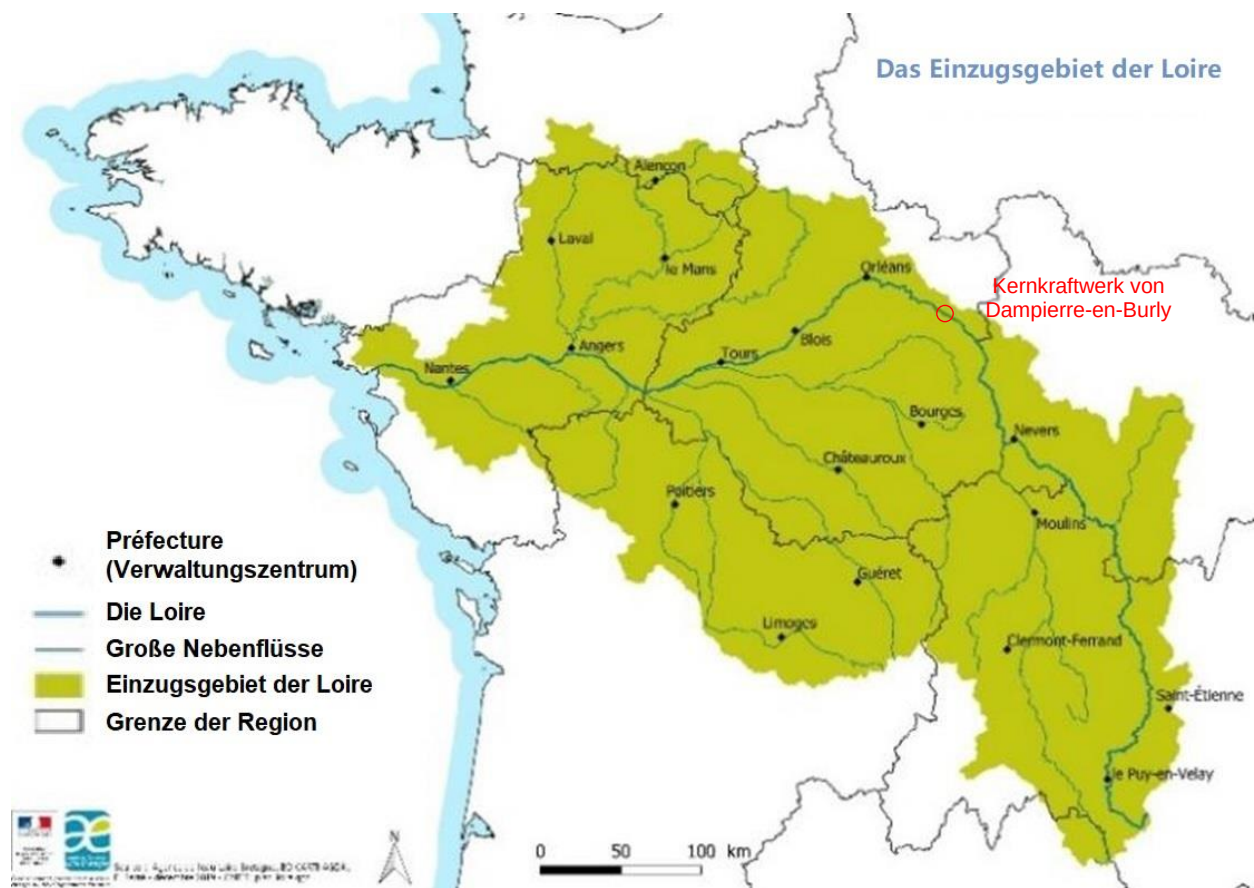
5.5.2. Oberflächengewässer

■ Hydrologie

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly liegt in der Gemeinde Dampierre-en-Burly (Département Loiret) am rechten Ufer der Loire, ca. 10 km von Gien und ungefähr 50 km flussaufwärts von Orléans. Die Anlagen liegen im Umland einer Loire-Schleife. Im Bereich des Kraftwerks beträgt die Breite der Loire zwischen 100 und 300 m und umfasst einige Inseln, die zum Teil aus Schwemmbodenablagerungen bestehen.

Der Wasserhaushalt der Loire ist sehr gegensätzlich, mit einem sehr niedrigen Tiefwasserstand im Sommer und zum Teil sehr heftigen Hochwassern zwischen November und Mai. Zwei flussaufwärts des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly gelegene Staudämme begrenzen die Folgen der extremen Durchflusswerte bei Niedrig- und Hochwasser: Der Staudamm von Villerest, der oberhalb von Roanne an der Loire liegt, und der Staudamm von Naussac bei Langogne an einem Zufluss des Allier.

Die jährliche Durchflussmenge der Loire im Bereich des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly betrug für den Zeitraum von 1984 bis 2017 307 m³/Sekunde. Von November bis Mai ist die Durchflussmenge höher, während der Sommermonate von August bis September geringer.



Einzugsgebiet der Loire (© Plan Loire)

■ Wärmehaushalt

Die Analyse des Wärmehaushalts der Loire flussaufwärts des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly für den Zeitraum von 1977 bis 2019 zeigt deutliche jahreszeitliche Temperaturschwankungen auf. Im Sommer liegt die durchschnittliche Temperatur bei 22 °C, in Winter bei 5 bis 6 °C. In den Sommermonaten (von Juni bis September) liegt die Wassertemperatur der Loire während 10 % des Zeitfensters über 25 °C. Im Juli und im August liegt sie weniger als 1 %

der Zeit über 28 °C. Die gemessene maximale Tagestemperatur beträgt 30 °C.

Die Analyse der seit dem Ende der siebziger Jahre beobachteten jahreszeitlichen Schwankungen zeigt eine steigende Tendenz. Die in den letzten vier Jahrzehnten festgestellte durchschnittliche Entwicklung beträgt ca. +0,3 °C pro Jahrzehnt, mit einem deutlicheren Anstieg im Sommer.

■ **Physikalisch-chemische und biologische Qualität**

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly entnimmt seine Wasser- und flüssigen Ausflussproben aus der Oberflächenwassermasse „FRGR0007b“. Diese natürliche Wassermasse entspricht dem zwischen Gien und Saint-Denis-en-Val bei Orléans gelegenen Teil der Loire.

Nach der vom Ausschuss „Bassin Loire-Bretagne“ 2019 freigegebenen Bestandsaufnahme weist die Oberflächengewässermasse FRGR0007b einen guten ökologischen, jedoch einen schlechten chemischen Zustand mit Ubiquisten* auf.

*: Der herabstufende Ubiquistenstoff (Benzo(a)pyren) wird nicht vom Kraftwerk von Dampierre-en-Burly freigesetzt.

Die Befunde der chemischen und gewässerökologischen Überwachung im Bereich des Standorts von Dampierre-en-Burly während des Zeitraums 2010-2019 ergeben eine zufriedenstellende Qualität der Gewässer, sowohl hinsichtlich der physikalisch-chemischen Daten als auch der biologischen Kennzahlen. Die Qualität der Sedimente im Kanal des Kernkraftwerks von Dampierre-en-Burly entspricht der Qualität der von der Loire mitgeschwemmten Sedimente. Sie erfüllt die gesetzlichen Anforderungen und erlaubt die direkte Rückführung in den Fluss.

Der ökologische Zustand einer Oberflächengewässermasse im Sinne der Rahmenrichtlinie Wasser (DCE – Directive cadre sur l'eau) wird aus den folgenden gesammelten Kriterien ermittelt: allgemeine physikalisch-chemische Elemente zur Unterstützung der Biologie, spezielle Schadstoffe, Elemente zur Hydromorphologie und Elemente aus der Biologie (biologische Kennzahlen für Makro-Wirbellose, Fische, Makrophyten und Diatomeen).

Der chemische Zustand einer Oberflächengewässermasse wird anhand der Konzentration bestimmter Schadstoffe (Chemikalien) in verschiedenen Matrixen (Wasser, Biota bzw. Sedimente) im Vergleich zu den Umweltqualitätsnormen (NQE – Normes de qualité environnementale) ermittelt.

Ubiquisten sind persistente, bioaccumulierbare und giftige Stoffe (PBT), die früher oft durch menschliche Aktivitäten in die Umwelt gelangten (Brandhemmer, Pflanzenschutzmittel...) und in den Gewässern weiterhin in Konzentrationen auftreten, die oft weit über den Werten der Umweltqualitätsnormen liegen. Daher beeinträchtigen sie regelmäßig den Zustand der Wassermassen und verdecken die Fortschritte, die anderweitig verzeichnet werden. Daher erlaubt die Richtlinie 2013/39/EU den Mitgliedstaaten, die Auswirkungen auf den chemischen Zustand der ubiquitären Stoffe getrennt darzulegen, um nicht die Verbesserung der Wasserqualität zu verbergen, die für die anderen Stoffe erreicht wurden.

5.5.3.Böden und Grundwasser

■ **Geologie**

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly wurde auf natürlichen Oberböden aus Anschwemmungen errichtet:

- Unterhalb der Kühltürme und Reaktorgebäude 3 und 4 ist die Schwemmbodenschicht 6 bis 7 m stark und bedeckt eine 6 m dicke Schicht aus weichem Kalkstein (auch als Beauce- bzw. Gien-Kalkstein bezeichnet). Darunter liegen 8 bis 14 m starke Lehm- und Puddingsteinkonglomerate aus dem Eozän (Gien-Puddingstein).
- Unterhalb der Reaktorgebäude 3 und 4 ist die Schwemmbodenschicht ca. 10 m stark und ruht direkt auf einer 6 bis 23 m dicken Schicht aus Alterationslehm und -kreiden (Kreidezeit).

Der Begriff Puddingstein bezeichnet ein Sedimentkonglomerat aus Kiesel und natürlichem Zement.

Beim Bau des Kraftwerks wurde eine große Plattform aus Kiesschwemmboden bzw. Lehmsand errichtet, der aus der nahe gelegenen Kiesgrube stammt. Der Bau des Kraftwerks hat auch die Errichtung einer geotechnischen Einfriedung erfordert, die nach Abschluss der Bauarbeiten im Boden belassen wurde.

■ **Hydrogeologie**

Im Bereich des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly werden zwei grundwasserführende Schichten unterschieden: Einerseits die Schwemmböden der Loire und andererseits die grundwasserführende Kreideschicht. Diese Formationen sind grundwassertechnisch unter dem Kraftwerk auf natürliche Weise miteinander verbunden: Sie sind auf lokaler Ebene nicht durch halbdurchlässige oder undurchlässige Schichten getrennt. Daraus ergibt sich ein Gleichgewicht des in diesen grundwasserführenden Formationen vorhandenen Grundwassers. Aufgrund dieser direkten Verbindung des Grundwassers in den Schwemm- und Kreideböden unterhalb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly, wird das in den verschiedenen Durchlässigkeitsebenen vorhandene Grundwasser als Einheit betrachtet.

Die Qualität der unterirdischen Wassermasse unterhalb des Kraftwerks wird in der letzten Bestandsaufnahme des SDAGE (Schéma Directeur d'Aménagement et de Gestion des Eaux) Loire-Bretagne von 2016-2021 und dem Projekt SDAGE 2022-2027 als gut betrachtet.

■ **Zustand der Böden**

Der Ausgangszustand der Böden unter dem Kraftwerk wird anhand nationaler Datenbanken, der im Bereich des Kraftwerks – jedoch außerhalb des Bereichs potenzieller, durch den Kraftwerksbetrieb verursachten Belastungen – 2020 durchgeführten Probebohrungen sowie mittels radioökologischer Messungen in der Umwelt bestimmt.

5.5.4. Radioökologie

In der Nähe des Standorts wurde die Umwelt radiologischen Untersuchungen unterzogen, um einerseits die wichtigsten Radionuklide zu ermitteln, die in den verschiedenen Matrizen an Land und in den Gewässern vor dem Betrieb des Kraftwerks vorhanden waren, und andererseits langfristig zu bewerten, in welchem Maße die vom Standort freigesetzten Schadstoffe im Verhältnis zu den anderen ermittelten Quellen zur Einbringung der Radioaktivität in die Umwelt beitragen.

■ **Ursprung der in der Umwelt vorhandenen Radioaktivität**

Zur Auswertung der Radioaktivitätsmessungen sind die natürlich in der Umwelt erzeugten Radionuklide (kosmischen und tellurischen Ursprungs) von den künstlich bei Kernspaltungs- oder -aktivierungsreaktionen erzeugten (atmosphärische Nuklearversuche, Reaktorunfälle, Freisetzung radioaktiver Schadstoffe aus Industrie und Krankenhäusern) zu unterscheiden.

■ **Radiologischer Zustand der Umwelt**

Die Analyse der Ergebnisse der vom Betreiber im Umfeld des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly durchgeführten radioökologischen Untersuchungen betont den weitestgehend natürlichen Ursprung der Radioaktivität, die hauptsächlich von Potassium 40 und Beryllium 7 verursacht wird.

Die Radioaktivität künstlichen Ursprungs stammt hauptsächlich aus der Remanenz der atmosphärischen Niederschläge der atmosphärischen Nuklearversuche, dem Unfall von Tchernobyl und, in geringerem Maße, dem von Fukushima, sowie aus den im Kraftwerk von Dampierre-en-Burly und in dem flussaufwärts an der Loire gelegenen Kraftwerk von Belleville-sur-Loire genehmigten atmosphärischen Schadstofffreisetzungen. Die genehmigten Schadstofffreisetzungen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly führen im nahen Umfeld zur Feststellung bestimmter Radionuklide, deren Auswirkungen vernachlässigbar sind.

5.5.5. Artenvielfalt

Die Analyse der ökologischen Sachverhalte im Umfeld des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly wurde wie folgt durchgeführt:

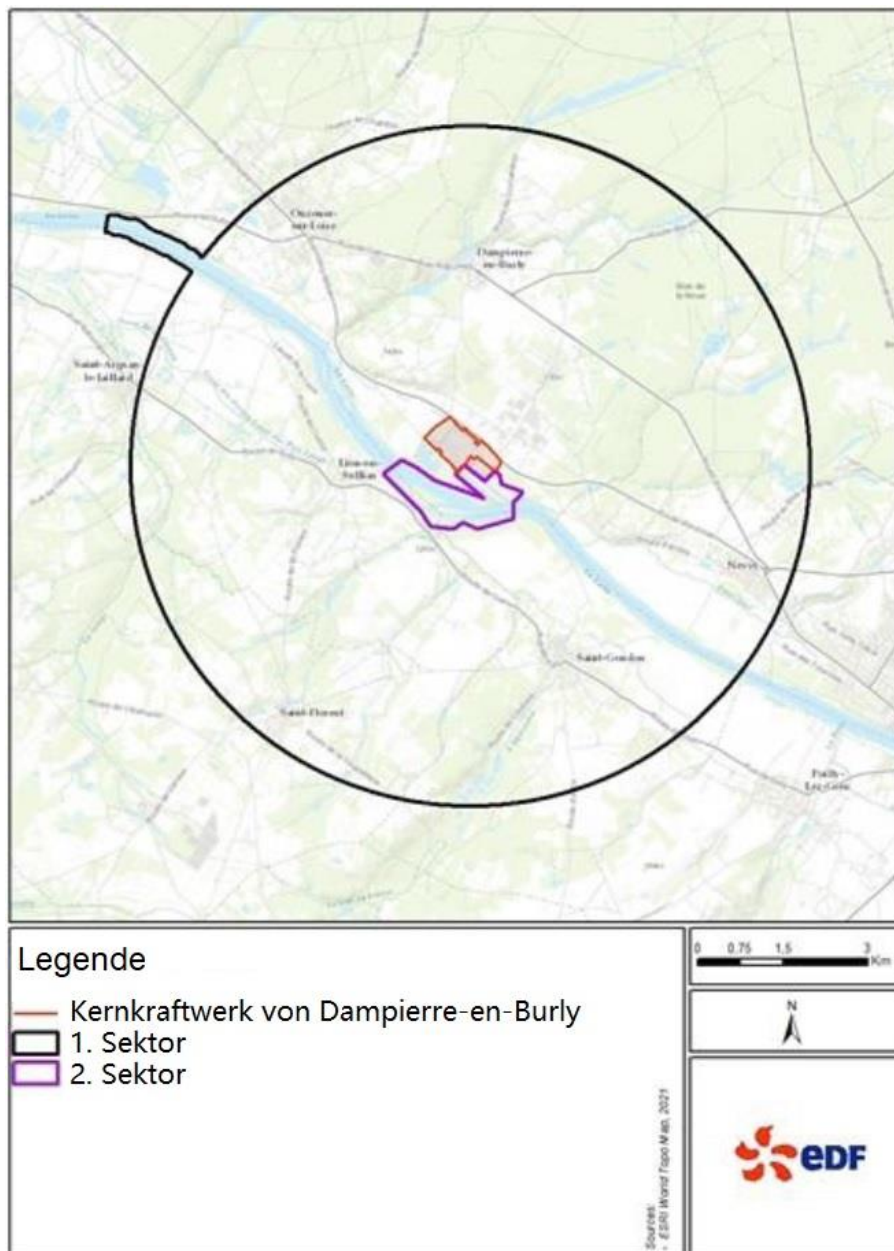
- Zuerst wurden die beachtenswerten Naturgebiete und ökologischen Funktionen in einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk beschrieben;
- Anschließend folgte eine Untersuchung der Auswirkungen in 2 Bereichen innerhalb dieses Umkreises:
- Der 1. Bereich entspricht dem Einflussbereich des allgemeinen Kraftwerksbetriebs. Er wird pauschal durch einen Kreis mit einem Radius von 6 km dargestellt, in dessen Mittelpunkt sich das Kraftwerk befindet und

Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind

der dem Einflussbereich an Land entspricht, sowie einem Teil der Loire bis zu der am weitesten flussaufwärts liegenden Station ca. 8 km vom Kraftwerk (9,5 km Flusslauf), der dem oberflächengewässerrelevanten Einflussbereich entspricht.

- Der 2. Bereich entspricht dem Einflussbereich, der eher mit den Wartungsmaßnahmen der Bauwerke zur Wasserentnahme (insbesondere den Baggerarbeiten) zusammenhängt.



Studienbereich, der für die Untersuchung der Sachverhalte im Umkreis des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly betrachtet wird.
1. und 2. Bereich

■ **Beachtenswerte Naturgebiete**

Folgende beachtenswerte Naturgebiete wurden in einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly erfasst:

- Fünf Standorte „Natura 2000“;
- Ein Standort, der einer Verordnung für den Schutz von Biotopen (Arrêté préfectoral de protection de biotope – APPB) unterliegt;
- Elf Naturgebiete mit besonderer Bedeutung bezüglich der Umwelt, Fauna und Flora (ZNIEFF – Zone naturelle d'intérêt écologique, faunistique et floristique) vom Typ I und fünf vom Typ II.
- Drei Standorte des Conservatoire des Espaces Naturels (CEN).

Die sogenannten **Naturgebiete mit besonderer Bedeutung bezüglich der Umwelt, Fauna und Flora (ZNIEFF – Zones Naturelles d'Intérêt Écologique, Faunistique et Floristique)**, entsprechen Bereichen der Region, die aufgrund einer schützenswerten Artenvielfalt eine besondere Bedeutung für die Umwelt aufweisen. Sie sind ein Wissens-Tool hinsichtlich der Naturgebiete.

■ **Natürliche Lebensräume**

Im 1. Bereich sind 12 verschiedene Lebensräume vorhanden, die zu fünf großen Komplexen gehören: vom Menschen veränderte und umgestaltete Siedlungsräume, Wasserlebensräume und Feuchtgebiete (Oberflächengewässer, Wiesen, Brachflächen), offene Lebensräume und Wiesen (Trockenrasen, Wiesen, Brachflächen), halboffene Lebensräume (Dickichte, Heideland, Buschland) und Wälder. Wälder bedecken die größten Flächen. Die häufigsten Lebensräume sind mesophile Waldflächen an den Hängen auf beiden Seiten des Loiretals. Die vom Menschen veränderten und umgestalteten Lebensräume sind im Umkreis des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly ebenfalls stark vertreten.

Der 2. Bereich umfasst 15 verschiedene besondere Lebensräume, die vier großen Komplexen angehören: vom Menschen veränderte und umgestaltete Siedlungsräume, Wasserlebensräume und Feuchtgebiete, offene Flächen und Wiesen, und bewaldete Flächen.

■ **Pflanzenwelt**

Mehr als 200 Pflanzenarten (Land-, Ufer- und Wasserpflanzen) wurden in den Gemeinden innerhalb des Studiengebiets erfasst. Davon sind 179 (1. Bereich) bzw. 27 (2. Bereich) bemerkenswerte (geschützte und/oder schützenswerte) Arten. Die meisten Pflanzenarten sind häufig bis sehr häufig vertreten und Teil der üblichen biologischen Vielfalt. 62 Pflanzenarten stehen unter Naturschutz.

Über 400 Phytoplanktonarten wurden im Studienbereich erfasst. Bei den Diatomeen ist die in der Loire bei Dampierre-en-Burly am häufigsten vertretene Art *Cocconeis euglypta*. Mit ihr zusammen treten mehr oder weniger häufig auch *Eolimna subminuscula*, *Gomphonema pumilum var. rigidum*, und *Achnantheidium eutrophilum* auf.

Außerdem wurden im 1. und 2. Bereich auch 21 bzw. 10 exotische invasive Arten erfasst.



Links: Großblütiges Heusenkraut (*Ludwigia grandiflora*), rechts: Eschen-Ahorn (*Acer negundo*). © THEMA Environnement

■ Tierwelt

Im Studienbereich des Projekts sind die meisten Tierarten häufig bis sehr häufig vertreten und Teil der üblichen biologischen Vielfalt.

Bibliographische Daten und zusätzliche Daten aus Erhebungen vor Ort ergaben zahlreiche große Wirbellose, zu denen 2 geschützte Arten gehören (Dohlenkrebs, Bachmuschel).

Arten	1. Bereich	2. Bereich
Wirbellose	72	36
Fische	30	38
Amphibien	14	3
Reptilien	7	4
Vögel	154	74
Fledertiere	13	0
Säugetiere	5	6

Diese Befunde zeigen, dass im Studienbereich viele Arten leben, die aufgrund ihres geschützten und/oder schützenswerten Status als bemerkenswert gelten. Invasive exotische Wirbellosen- und Fischarten wurden im Studiengebiet ebenfalls erfasst (amerikanischer Flusskrebs, gemeiner Sonnenbarsch usw.).



Bechsteinfledermaus (*Myotis bechsteinii*) – © R. GRIGNON – Catiche



Eurasischer Biber (*Castor fiber*) – © S. RICHIER – Catiche

■ **Ökologische Funktionen**

Im Studienbereich und in dessen Umkreis liegen drei Landschaftskomplexe: die Loire, die dazugehörigen Loiretal-Biotope und die Wälder im Norden und Süden des Studiengebiets.

Diese Lebensräume enthalten vielfältige Biotope und eine bemerkenswerte Fauna und Flora. Verschiedene fragmentierende Elemente beeinträchtigen die Funktionalität dieser Flächen (Straßennetze, Hochspannungsleitungen, Wehre usw.). Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly liegt am Ufer der Loire in einem vom Menschen geschaffenen und eingefriedeten Landstrich ohne Anschluss an die benachbarten funktionalen Korridore.

Bei ihren täglichen Strecken umgehen die Tiere bereits den Kraftwerksstandort.

Gemäß dem Schéma Régional de Cohérence Écologique (SRCE) der Region Centre-Val de Loire gelten viele Flächen als **Artenvielfalt-Reservate** oder **grüne Korridore**.

■ **Natura 2000-Standorte**

Im Gebiet der Studie zur Bewertung der Auswirkungen im Rahmen des Natura 2000-Netzwerks befinden sich vier **Natura-2000**-Standorte, deren potentielle Einflussbereiche auf Land- und Wasserlebewesen sich überschneiden. Zwei sind besondere Schutzgebiete vom Typ Europäisches Vogelschutzgebiet (ZPS – Zone de protection spéciale) und drei besondere Schutzgebiete vom Typ FFH-Gebiet (ZSC – Zone spéciale de conservation):

- Das ZPS FR2410014 – Vallée de la Loire et du Loiret (Tal der Loire und des Loiret)
- Das ZPS FR2410018 – Forêt d'Orléans (Forst von Orléans)
- Das ZSC FR2400528 – Vallée de la Loire de Tavers à Belleville-sur-Loire (Loiretal von Tavers bis Belleville-sur-Loire)
- Das ZSC FR2402001 – Sologne
- Das ZSC FR2400524 – Forêt d'Orléans et périphérie (Forst von Orléans und sein Umkreis)

Artenvielfalt-Reservate sind Gebiete, in denen die Artenvielfalt am höchsten und vielfältigsten ist und in denen Arten ihren ganzen oder einen Teil ihres Lebenszyklus verbringen. Sie schützen Populationsvorkommen, aus denen heraus sich einzelne Tiere und Pflanzen ausbreiten können, oder eignen sich für die Ansiedlung neuer Artenpopulationen.

Grüne Korridore gewährleisten die Verbindung zwischen den Artenvielfalt-Reservaten und bieten den Arten günstige Bedingungen für ihre Wanderungen und ihren Lebenszyklus.

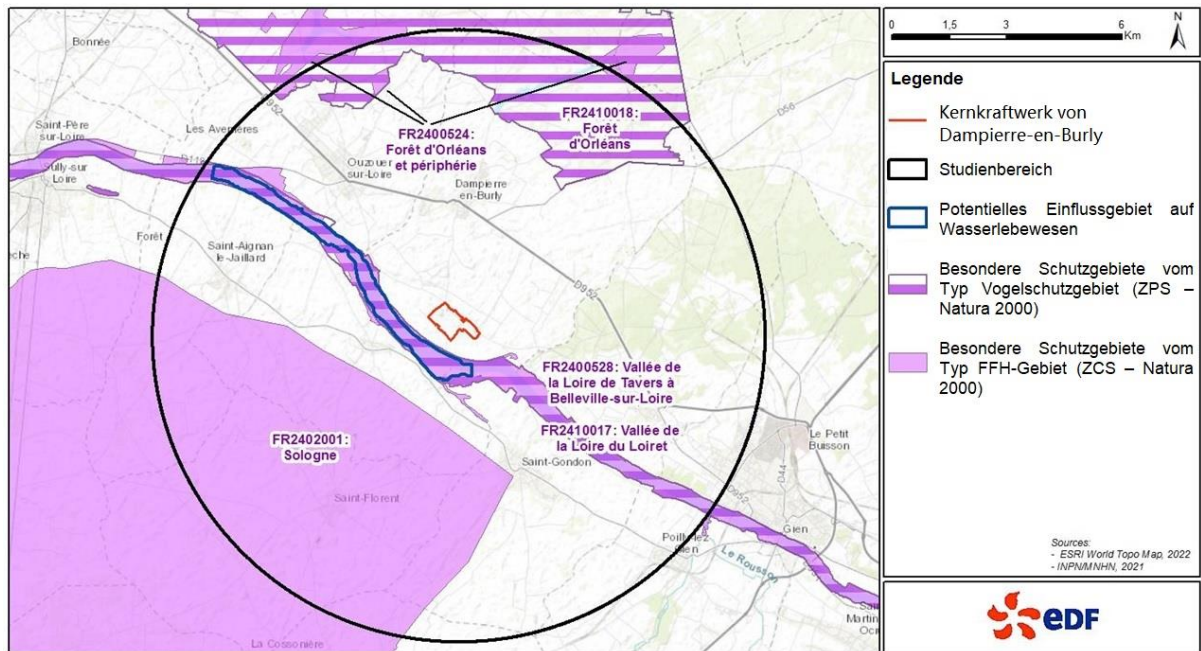
Natura 2000 ist ein europäisches Umweltschutznetzwerk aus naturnahen Standorten, die sich durch die Seltenheit oder Empfindlichkeit der Wildtier- oder Wildpflanzenarten und deren Lebensräumen auszeichnen.

Das Netzwerk besteht aus:

- Den besonderen Schutzgebieten vom Typ Europäisches Vogelschutzgebiet (ZPS – Zones de protection spéciales), die zum Schutz von Wildvogelarten eingerichtet wurden;
- Den besonderen Schutzgebieten vom Typ FFH-Gebiet (ZSC – Zones spéciales de conservation) zum Schutz der naturnahen Gebiete und der schützenswerten Fauna und Flora.

Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind



Die in einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly erfassten „Natura 2000“-Gebiete

5.5.6. Bevölkerung und deren Gesundheit

■ **Bevölkerung**

Die Erweiterung des Studienumfangs auf 50 km soll die Verteilung der Bevölkerung im Umfeld des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly beschreiben, wohingegen der lokale Studienumfang von 10 km der Ermittlung von bedeutsamen Bevölkerungsgruppen dient

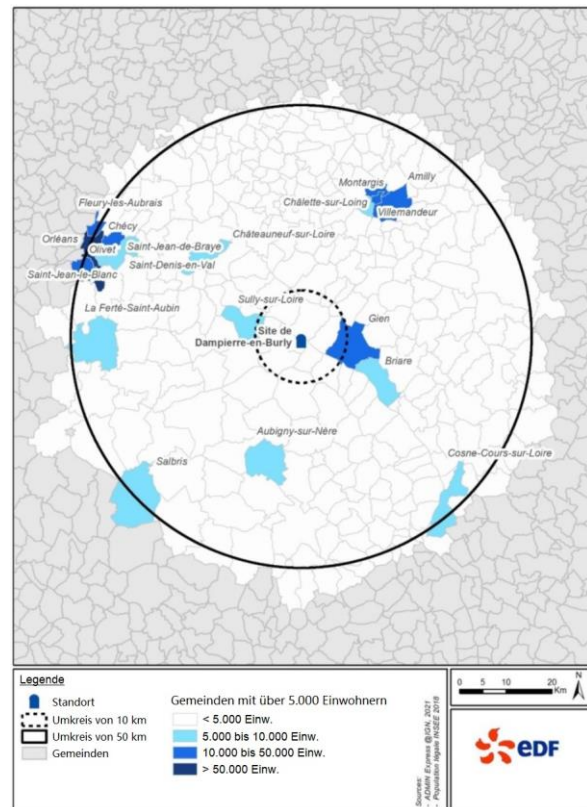
In einem Umkreis von 50 km beträgt die durchschnittliche Bevölkerungsdichte ca. 67 Einwohner/km², jedoch nur 53 Einwohner/km² im Umkreis von 10 km. In beiden Bereichen liegt der Wert deutlich unter dem französischen Durchschnitt von ca. 119 Einwohnern/km² (mit Ausnahme der Überseegebiete) (Volkszählung 2018).

Wichtigste Gemeinden im Umkreis von 50 km: Orléans (116.238 Einw.), Olivet (22.168 Einw.) und Fleury-les-Aubrais (21.070 Einw.).

Innerhalb des begrenzten Studienbereichs von 10 km weisen nur die Gemeinden von Gien (13.732 Einw.) und Sully-sur-Loire (5.286 Einw.) mehr als 5.000 Einwohner auf.

Die nächstgelegenen gefährdeten Bevölkerungsgruppen (Schulen, Kindertagesstätten, Krankenhäuser und Altenheime) liegen ca. 2 km westlich der Grundstücksgrenzen des Kraftwerks.

Die dem Kraftwerk von Dampierre-en-Burly am nächsten gelegenen Wohnstätten liegen ca. 50 m westlich der Grundstücksgrenzen des Standorts.



Gemeinden mit mehr als 5.000 Einwohnern in einem Umkreis von 50 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly

■ **Lärm- und Lichtbelastung**

2016 wurde im Kraftwerk von Dampierre-en-Burly eine Akustikmesskampagne durchgeführt. Die Lärmpegel des Standorts liegen innerhalb der in den Vorschriften festgelegten Zielwerte.

Die Lichtbelastung im Umkreis des Standorts wird hauptsächlich von der Straßenbeleuchtung der Gemeinden Gien und Sully-sur-Loire verursacht.

5.5.7. Menschliche Aktivitäten

■ **Flächennutzung**

Die in einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly gelegenen Flächen werden hauptsächlich auf zwei Arten genutzt: als Laubwälder (ca. 33 %) und als unbewässertes Ackerland (26 %).

Insgesamt entsprechen die landwirtschaftlich bzw. forstwirtschaftlich genutzten und verbauten Flächen jeweils 50 %, 42 % und 5 % des Studienbereichs.

■ **Landschaft und Kulturerbe**

Fünf Landschaftskomplexe überwiegen in einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly:

- Der Forst von Orléans im Norden des Kraftwerks liegt auf dem Kamm, der die Einzugsgebiete Loire-Bretagne und Seine-Normandie voneinander trennt. Er bedeckt 40 % der Flächen des Studiengebiets;
- Die Hochebene der Sologne orléanaise im Süden des Kraftwerks ist zu 60 % bewaldet und entspricht ca. 29 % des Studiengebiets;
- Das von steilen Hängen begrenzte Flusstal bildet einen langen Korridor, in dem zwischen den zwei Talrändern die Loire fließt. Dieser Komplex entspricht ca. 23 % des Studiengebiets;
- Der von Altwasserschleifen durchzogene Talboden ist ein ökologisch anerkanntes Gebiet, das 5 % des Studienbereichs entspricht.
- Die Hügellandschaft des Berry liegt hauptsächlich am linken Ufer der Loire im Umkreis von Gien und bedeckt ca. 4 % des Studiengebiets.

Im Umkreis von 10 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly liegen mehrere unter Denkmalschutz stehende Standorte und historische Sehenswürdigkeiten:

- Ein eingetragener Standort: der neusteinzeitliche Megalith „Pierre Crapaud“, ca. 1 km südlich des Kraftwerks;
- Ein unter Denkmalschutz stehender Standort: das Hügelgrab „Butte des Druides“, 1,2 km westlich des Kraftwerks;
- Ein bemerkenswerter schützenswerter Standort: das Dorf Cerdondu-Loiret, 10,4 km südwestlich des Kraftwerks;
- Eine historische Sehenswürdigkeit: die Kirche Saint-Étienne 2 km westlich des Kraftwerks.

In einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk sind keine archäologischen Sehenswürdigkeiten vorhanden.

■ **Wassernutzung**

Das in einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly entnommene Wasser dient drei Nutzungszwecken:

- Trinkwasser: Der erste Grundwasserentnahmepunkt liegt im Abstrom des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly in einer Entfernung von ca. 1,9 km in der Gemeinde Lion-en-Sullias. In der Loire selber sind keine Wasserentnahmepunkte vorhanden.
- Bewässerungswasser: der erste Grundwasserentnahmepunkt liegt im Abstrom des Kraftwerks in einer Entfernung von ca. 1,6 km in der Gemeinde von Lion-en-Sullias. Außerdem wird an mehreren Punkten Wasser im Abstrom des Kraftwerks direkt aus der Loire entnommen. Der erste dieser Punkte liegt in einer Entfernung von ca. 5,5 km in der Gemeinde Ouzouer-sur-Loire.
- Industrierwasser: der erste Grundwasserentnahmepunkt liegt im Abstrom des Kraftwerks in einer Entfernung von ca. 7 km in der Gemeinde von Ouzouer-sur-Loire. In der Loire selber sind keine Wasserentnahmepunkte vorhanden.

■ **Infrastrukturen und Kommunikationswege**

Die Zufahrt zum Kraftwerk von Dampierre-en-Burly erfolgt über die D953. Die wichtigsten Verkehrsachsen im Umkreis sind hauptsächlich die D952, die ca. 3 km nördlich des Kraftwerks verläuft, sowie die D940, die ca. 10 km südlich des Kraftwerks liegt.

Die einzige Bahnstrecke im Umkreis führt nach Gien, in einer Entfernung von ca. 8,9 km südöstlich des Kraftwerks.

Im Studienbereich sind keine schiffbaren Gewässer vorhanden.

■ **Industrieumfeld**

In einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly liegen ca. fünfzehn umweltschädliche Anlagen (ICPE – Installation Classée pour la Protection de l’Environnement), von denen jedoch keine der **SEVESO**-Klasse angehört.

■ **Freizeitanlagen und -aktivitäten**

Um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly herum sind die Jagd und der Angelsport zugelassen. Der Angelsport ist in dem Abschnitt von 50 m flussaufwärts bis 130 m flussabwärts des Wehrs von Dampierre-en-Burly über die gesamte Breite der Loire verboten.

Im Bereich des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly werden zahlreiche Sport- und Freizeittätigkeiten (Wandern, Reiten, Golf, usw.), aber auch kulturelle und touristische Aktivitäten (Landschaften, Naturschutzgebiete, Museen, historische Sehenswürdigkeiten...) angeboten.

In einem Umkreis von 10 km um das Kraftwerk sind keine Badegelegenheiten vorhanden.

■ **Sonstige Nutzungen**

Ein Süßwasser-Aquakultur-Unternehmen ist in Ouzouer-sur-Loire ansässig, ca. 5,2 km nordöstlich des Kraftwerks. Das Unternehmen „Pisciculture du Val de Loire“ nutzt in dem Dreieck Sologne/Gâtinais/Val-de-Loire insgesamt 1.000 Hektar stehende Gewässerflächen mit traditionellen Fischereimethoden.

Im Département Loiret teilen sich drei gewerbliche Fischereiunternehmen die 125 km Flusslauf der Loire.

■ **Energieverbrauch**

Der jährliche Stromverbrauch des Kraftwerks liegt bei ca. 140 Gwh. Dies entspricht ungefähr 0,7 % seiner Jahresproduktion (20,78 Milliarden kWh im Jahr 2024, d. h. 6 % der französischen Stromerzeugung aus Kernenergie). Die jährliche Stromerzeugung des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly deckt seinen eigenen Energieverbrauch sowie 100 % des Strombedarfs der Region Centre – Val de Loire.

Seit 2015 fordert die Seveso 3-Richtlinie 2012/18/EU vom 4. Juli 2012 von den Mitgliedstaaten der Europäischen Union die Kennzeichnung sogenannter „**SEVESO**-Industriestandorte“ mit Gefahrenpotential für schwere Unfälle sowie die Einrichtung umfassender Vorbeugungsmaßnahmen zu ihrem Schutz.

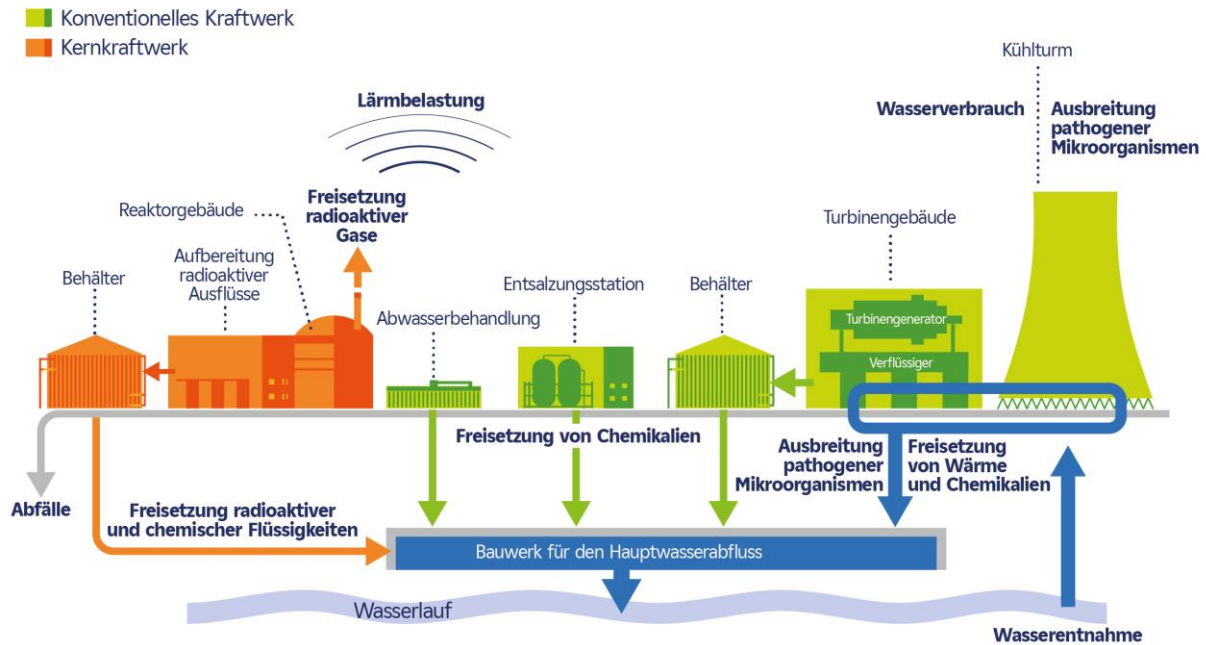
5.6. Wechselbeziehungen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit der Umwelt

Dieser Unterabschnitt 5.6 beschreibt die Wechselbeziehungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit der Umwelt zum aktuellen Zeitpunkt und für die kommenden 10 Jahre. Diese Wechselbeziehungen werden in der nachfolgenden Abbildung grafisch dargestellt.

Der Ausgangspunkt dieser Wechselbeziehungen und ihre Eigenschaften werden in den Unterabschnitten 5.6.1 bis 5.6.8 beschrieben.

Der Unterabschnitt 5.6.9 erläutert die Entwicklung dieser Wechselbeziehungen in den kommenden 10 Jahren.

DARSTELLUNG DER AUSWIRKUNGEN NACH ANLAGENBEREICHEN **Kalte Quelle im “geschlossenen” Kreislauf**



5.6.1. Wasserentnahme und -verbrauch

Um seinen Bedarf an Kühlwasser, vollentsalztem Wasser und Industriewasser zu decken, nutzt das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly zwei unterschiedliche Quellen: das Wasser der Loire und das Grundwasser.

Das Trinkwasser wird aus dem Trinkwassernetz der Gemeinde Dampierre-en-Burly bezogen.

- Das Wasser der Loire wird über einen Zulaufkanal entnommen, der mittels Schwerkraft die Wasserentnahmebauwerke und anschließend die zwei Pumpstationen speist. Ein ca. 200 m flussaufwärts gelegenes Wehr in der Loire gewährleistet die Verfügbarkeit der benötigten Durchflussmengen an dieser Wasserentnahmeanlage. Das Rohwasser versorgt hauptsächlich die Kühlsysteme der Verflüssiger der Kraftwerksreaktoren, aber auch die Entsalzungsstation.
- Das Grundwasser liefert das Industriewasser für verschiedene Anlagen des Kraftwerks, unter anderem für die letzte Wasserversorgung.

Nur die Wasserentnahme aus der Loire und aus dem Grundwasser sind genehmigungspflichtig. Mit Ausnahme der Mengen, die in den Kühltürmen der Reaktoren 1 bis 4 verdunsten, wird das in der Loire entnommene Wasser auch wieder dorthin zurückgeleitet.

Die **Entsalzungsstation** erzeugt das vollentsalzte Wasser, das für die Primär- und Sekundärkreise des Kraftwerks erforderlich ist.



Entsalzungsstation des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly © EDF

Die Grenzwerte für die Wasserentnahme werden durch Vorschriften der Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection (ASNR – Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz) festgelegt. Diese Grenzwerte sind Höchstwerte, die nicht überschritten werden dürfen und auch im Falle einiger Betriebsstörungen den normalen Betrieb des Kraftwerks gewährleisten sollen, ohne dabei den Umweltschutz zu beeinträchtigen.

Die tatsächlich vorgenommenen Entnahmen liegen unter den vorgeschriebenen Grenzwerten (Beschluss 2011-DC-0211¹⁰).

Die folgende Tabelle zeigt die Grenzwerte der Wasserentnahme sowie die Entnahmebilanz über zehn Jahre. Für die kommenden zehn Jahre ist keine Änderung der Wasserentnahmen vorgesehen.

Entnahmequelle	Nutzung	Jahresvolumen	
		Vorgeschriebener Grenzwert (entnommenes Jahresvolumen)	Entnommenes Durchschnittsjahresvolumen 2012 – 2021
Loire	Kühlwasser, Rohwasser für den Industriebedarf	245 Millionen m ³	187 Millionen m ³ (Verbrauch: 52 Millionen m ³ für die Kühlung, 421.000 m ³ für die Erzeugung von vollentsalztem Wasser)
Grundwasser	Letzte Wasserversorgung, Rohwasser für den Industriebedarf	56.000 m ³	32.429 m ³

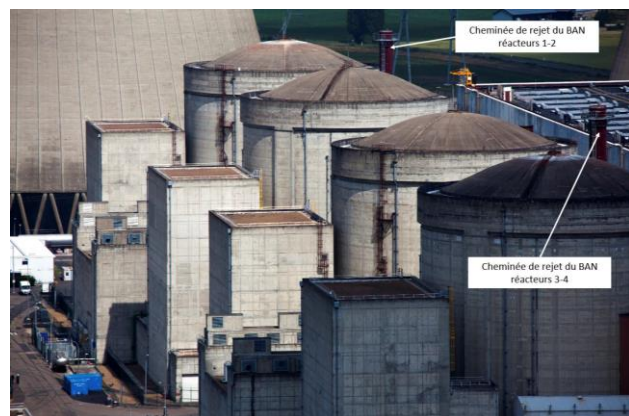
Vorgeschriebene Grenzwerte und Wasserentnahmebilanz am Standort von Dampierre-en-Burly

5.6.2. Freisetzung flüssiger und gasförmiger radioaktiver Schadstoffe

Im Kernreaktor bilden sich radioaktive Stoffe (Radionuklide), von denen ein winziger Bruchteil in die Ausflüsse gerät. Diese Ausflüsse werden selektiv gesammelt und an die entsprechenden Aufbereitungs- und/oder Lagersysteme weitergeleitet.

Die Freisetzung der radioaktiven flüssigen Schadstoffe des Kraftwerks erfolgt über die in das Loire-Wehr integrierte Verwässerungsanlage.

Die atmosphärische Freisetzung radioaktiver Schadstoffe erfolgt über die zwei Schornsteine der Hilfsnuklearanlagegebäude (Bâtiment des auxiliaires nucléaires – BAN) des Kraftwerks.



© EDF

Schornstein eines Hilfsnuklearanlagegebäudes des Kraftwerks

¹⁰ Beschluss Nr. 2011-DC-0211 der Autorité de sûreté nucléaire vom 3. März 2011, der die Vorgaben hinsichtlich der Modalitäten zur Entnahme und zum Verbrauch des Wassers und zur Freisetzung in die Umwelt der flüssigen und gasförmigen Ausflüsse der von Électricité de France Société Anonyme (EDF-SA) in der Gemeinde Dampierre-en-Burly (Département Loiret) betriebenen, grundlegenden Nuklearanlagen Nr. 84 und Nr. 85 festlegt.

Das Kraftwerk setzt Radionukleide fünf verschiedener Kategorien frei:

- Radiokohlenstoff C^{14} entsteht hauptsächlich durch die **Neutronenaktivierung** von Sauerstoff-17 und Stickstoff-14 aus dem Primärkreiswasser und von Sauerstoff-17 aus den Brennelementen. Nur ein geringer Anteil des Radiokohlenstoffs C^{14} gelangt in die freigesetzten flüssigen Ausflüssen; der Hauptanteil wird von den Aufbereitungssystemen ausgefiltert. Der als Gas ausgestoßene Radiokohlenstoff C^{14} stammt hauptsächlich aus dem Entgasen des Primärkreiswassers.
- Tritium entsteht bei der Spaltung in den Brennstäben und durch Neutronenaktivierung des Bor 10 und Lithium 6, die aufgrund der Aufbereitung des Wassers mit Borsäure und Lithin im Primärkreiswasser vorhanden sind. Das Tritium verbleibt fast vollständig in den Brennstäben. Dennoch kann bei Undichtigkeiten der Brennstabhüllen eine geringe Menge in das Primärkreiswasser gelangen. Die Verwendung des mit Lithium 7 angereicherten Lithiums verringert die Erzeugung von Tritium durch die Neutronenaktivierung des Lithium 6. Derzeitig sind keine industriellen Methoden verfügbar, die auf technisch und wirtschaftlich tragbare Weise in der Lage wären, das Tritium aus den Ausflüssen zu beseitigen.
- Jode entstehen durch Uranspaltung und verbleiben weitestgehend in den Brennstäben. Dennoch kann bei Undichtigkeiten der Brennstabhüllen eine geringe Menge in das Primärkreiswasser gelangen. Die in den flüssigen radioaktiven Ausflüssen vorhandenen Jode werden von den Aufbereitungssystemen zuverlässig ausgefiltert. Aufgrund ihrer kurzen Halbwertszeit verschwinden sie bald.
- Die sonstigen, beta- oder gammastrahlungsemitternden Spaltungs- oder Aktivierungsprodukte („autres PF/PA“ – autres produits de fission ou d’activation) entstehen durch Spaltung (z. B. Cesium-134 und -137, die in den Brennstäben verbleiben, aber aus den oben genannten Gründen auch entweichen können) oder durch Aktivierung (z. B. Kobalt-58 und -60, Mangan-54 und Antimon-124). Diese „sonstigen Spaltungs- oder Aktivierungsprodukte“, die als Aerosole in den atmosphärischen Ausflüssen vorhanden sind, werden durch radioaktiven Abbau in Lagerbehältern aufbereitet bzw. in Jobabscheidern (Aktivkohle) und Hochleistungsfiltren (THE-Filter) ausgefiltert. In den flüssigen Ausflüssen werden die „sonstigen Spaltungs- oder Aktivierungsprodukte“ weitgehend von den Aufbereitungssystemen (Filter oder Harze) des kontinuierlichen Primärkreiswasserdekontaminationssystems und des Ausflussaufbereitungssystems abgefangen.
- Edelgase entstehen durch Uranspaltung und verbleiben weitestgehend in den Brennstäben. Dennoch kann aus den vorgenannten Gründen eine geringe Menge in das Primärkreiswasser und von dort in die gasförmigen radioaktiven Ausflüsse gelangen. Diese Ausflüsse werden nach radioaktivem Abbau in Lagerbehältern in die Atmosphäre freigesetzt.

Die **Neutronenaktivierung** ist der Vorgang, der eines oder mehrere der Elemente eines Stoffs durch Bestrahlung mit einem Neutronenfluss radioaktiv macht.

Die Grenzwerte für die Freisetzung radioaktiver Ausflüsse im Kraftwerk von Dampierre-en-Burly werden von der Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection (ASNR – Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz) (Beschluss Nr. 2011-DC-0210¹¹) vorgeschrieben.

¹¹ Beschluss Nr. 2011-DC-0210 der Autorité de sûreté nucléaire vom 3. März 2011, der die Grenzwerte für die Freisetzung in die Umwelt der flüssigen und gasförmigen Ausflüsse der von Électricité de France Société Anonyme (EDF-SA) in der Gemeinde Dampierre-en-Burly (Département Loiret) betriebenen, grundlegenden Nuklearanlagen Nr. 84 und Nr. 85 festlegt.

FREISETZUNGSGRENZWERTE UND TATSÄCHLICHE FREISETZUNGEN

Die Freisetzungsgrenzwerte werden so festgelegt, dass die Auswirkungen der Freisetzungen auf die Umwelt auf der Grundlage der besten, derzeit verfügbaren Techniken unter annehmbaren technischen und wirtschaftlichen Bedingungen akzeptabel sind, wobei die Eigenschaften der Anlage, ihre geografische Lage und die lokalen Umweltbedingungen zu berücksichtigen sind. Sie sind Höchstwerte, die nicht überschritten werden dürfen. Außerdem erstellt der Betreiber jedes Jahr eine hinsichtlich der programmierten Maßnahmen optimierte Freisetzungsprognose und prüft, inwiefern die tatsächlichen Freisetzungen mit diesen Leistungszielen vereinbar sind. Er ermittelt daraus die Erfahrungswerte für die kontinuierliche Verbesserung.

Die auf der Grundlage der vorgeschriebenen Grenzwerte vorgenommene Bewertung der Auswirkungen der freigesetzten Schadstoffe gilt als Referenzwert für die tatsächlichen Schadstofffreisetzungen des Standorts.

Die für den Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly prognostizierten Schadstofffreisetzungen für die kommenden zehn Jahre liegen in der gleichen Größenordnung wie die der vergangenen zehn Jahre und auf jeden Fall unter den Freisetzungsgrenzwerten.

Die folgenden Tabellen beschreiben die Ableitungsbilanz radioaktiver Stoffe, die vom Kraftwerk von Dampierre-en-Burly während eines Zeitraums von 10 Jahren freigesetzt werden (durchschnittliche Schadstofffreisetzungen von 2012 bis 2021).

- Ableitungsbilanz flüssiger radioaktiver Stoffe von 2012 bis 2021

	Jährliche Grenzwerte (GBq/Jahr)	Durchschnittliche, jährlich freigesetzte Radioaktivität GBq/Jahr
Tritium	100.000	46.000
Radiokohlenstoff C ¹⁴	260	44
Jod	0,6	0,015
Sonstige, beta- oder gammastrahlungsemitierende Spaltungs- und Aktivierungsprodukte	36	1,258

- Ableitungsbilanz gasförmiger radioaktiver Stoffe von 2012 bis 2021

	Jährliche Grenzwerte (GBq/Jahr)	Durchschnittliche, jährlich freigesetzte Radioaktivität GBq/Jahr
Tritium	10.000	1.470
Radiokohlenstoff C ¹⁴	2.200	721
Edelgase	72.000	1.424
Jod	1,6	0,167
Sonstige, beta- oder gammastrahlungsemitierende Spaltungs- und Aktivierungsprodukte	0,8	0,006

5.6.3. Freisetzung flüssiger und gasförmiger chemischer Schadstoffe

Der Betrieb eines Atomstromkraftwerks erfordert die Verwendung von Chemikalien und verursacht die Freisetzung von flüssigen chemischen Schadstoffen (aus Substanzen zur Aufbereitung der Leitungssysteme, der Entsalzungsanlage, der Abwasseraufbereitungsanlage und der **Kesselstein- und Biozidbehandlung**) sowie, in geringerem Maße, Freisetzungen in die Atmosphäre (aus dem Betrieb der Leitungssysteme und Anlagen).

In den sogenannten „geschlossenen“ Kühlsystemen mit Kühltürmen – wie denen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly – sind Aufbereitungen zu folgenden Zwecken erforderlich:

- Um das Verschmutzen der Leitungssysteme durch das naturgemäß mit Schwebstoffen und Mineralsalzen belastete Loire-Wasser durch Zugabe eines Dispersionsmittels und einer **Kesselsteinbehandlung** zu begrenzen;
- Um das Risiko der Verbreitung von pathogenen Mikroorganismen (Legionellen und Amöben) durch die vorbeugende Wartung der Kühlsysteme und die Umsetzung einer **Biozidbehandlung** durch Zugabe von Monochloramin oder Natriumhypochlorit zu

■ Flüssige Chemikalienausflüsse

Flüssige Chemikalienausflüsse aus den Primär- und Sekundärkreisen werden selektiv und nach Ursprung und Zusammensetzung gesammelt, gefiltert und ggf. aufbereitet, und schließlich kontrolliert, bevor sie in die Umwelt freigesetzt werden.

Hier die wichtigsten, in flüssigem Zustand freigesetzten Chemikalien, deren Freisetzung in die Umwelt Probleme aufwirft:

- Borsäure, Hydrazin, Morpholin und Gesamtstickstoff aus der Aufbereitung der Primär- und Sekundärkreise;
- Phosphate aus der Aufbereitung einiger nuklearer und konventioneller Nebenkreise, hauptsächlich der Zwischenkühlkreise und Wasserüberhitzungskreise;
- Sulfate aus der Aufbereitung zur Vermeidung von Kesselsteinbildung in den Kühlsystemen;
- Polyacrylate und Natrium aus der Aufbereitung zur Vermeidung von Kesselsteinbildung in den Kühlsystemen;
- AOX (organohalogeniert aus der Reaktion eines halogenhaltigen oxidierenden Biozids mit organischen Stoffen), CRT (Gesamtrestchlor), Natrium, Chlorate, Ammonium, Nitrite und Nitrate aus der Biozidbehandlung der Kühlsysteme.
- AOX, THE und Sulfate aus massiven angesäuerten Chlorzugaben;
- Kupfer und Zink aus dem Verschleiß der Messingverflüssiger.

Wie bei den radioaktiven Schadstoffen gelten auch für die Freisetzung von chemischen Schadstoffen Höchstwerte, um ihre Auswirkungen auf die Umwelt auf der Grundlage der besten, derzeit verfügbaren Techniken für den Betrieb des Kraftwerks in zumutbaren Grenzen zu halten. Die auf der Grundlage dieser Höchstwerte vorgenommene Bewertung der Auswirkungen der freigesetzten Schadstoffe gilt als Referenzwert für die tatsächlichen Schadstofffreisetzungen des Standorts.

Die zukünftigen Schadstofffreisetzungen sollte in der gleichen Größenordnung liegen, wie in der Vergangenheit, aber auf jeden Fall unter den Freisetzungsgrenzwerten. Die Ergebnisse der Bewertung der Auswirkungen der Freisetzungen, die in diesem Dokument beschrieben werden, gelten somit für die kommenden zehn Jahre.

Die folgende Tabelle zeigt die Höchstwerte der Freisetzungen¹² in die Loire (aus den aktuell gültigen oder auf der Grundlage zusätzlicher Beschreibungen aus REX- oder Entwicklungsdaten ermittelten Grenzwertbeschlüssen und

¹² Die aufgeführten Grenzwerte entstammen dem Beschluss Nr. 2011-DC-0210 der Autorité de sûreté nucléaire vom 3. März 2011, der die Grenzwerte für die Freisetzung in die Umwelt der flüssigen und gasförmigen Ausflüsse der von Électricité de France Société Anonyme (EDF-SA) in der Gemeinde Dampierre-en-Burly (Département Loiret) betriebenen, grundlegenden Nuklearanlagen Nr. 84 und Nr. 85 festlegt.

Modalitäten) sowie eine Schadstoffbilanz der vergangenen kritischen Chemikalienfreisetzungen über einen Zeitraum von 10 Jahren

Stoff	Jahresfluss (kg)	
	Freisetzungshöchstwerte	Freigesetzte Menge (Durchschnitt 2012-2021)
Borsäure	24.200 kg	10.983 kg
Hydrazin	30 kg	2 kg
Morpholin Aus den Behältern T, S und Ex	4.000 kg	746 kg
Gesamtstickstoff (Ammonium, Nitrite, Nitrate) aus den Behältern T, S und Ex	9.800 kg	2.145 kg
Phosphate Aus den Behältern T, S und Ex	730 kg	287 kg
Sulfate	1.360 kg/Tag, d. h. 496.400 kg*	0 kg**
Ammonium (Monochloraminzugabe)	90 kg/Tag, d. h. 32.850 kg*	326 kg
Nitrate (Monochloraminzugabe)	1.520 kg/Tag, d. h. 554.800 kg*	86.882 kg
Nitrite (Monochloraminzugabe)	70 kg/Tag, d. h. 25.500 kg*	246 kg
AOX	1.245 kg	260 kg
Gesamtrestchlor	4.500 kg	185 kg
Kupfer Aus dem Verflüssigerverschleiß	40 kg/Tag, d. h. 14.600 kg*	9.559 kg
Zink Aus dem Verflüssigerverschleiß	25 kg/Tag, d. h. 9.125 kg*	3.614 kg

*: Da der Beschluss Nr. 2011-DC-0210 keine Grenzwerte für die jährlichen Ausflüsse dieser Stoffe festlegt, wurde der Grenzwert durch Multiplikation des Tagesgrenzwerts mit 365 berechnet.

**: Im Zeitraum von 2012 bis 2021 hat das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly keine Chemikalienauslaugung durchgeführt.

■ In die Atmosphäre freigesetzte Chemikalienausflüsse

In die Atmosphäre werden hauptsächlich die folgenden Chemikalien freigesetzt:

- Abgase (Schwefeloxide SO_x und Stickoxide NO_x) aus den Hilfsverbrennungsanlagen während der periodischen Prüfungen;
- Formol- und Kohlenmonoxiddämpfe, die von den neuen Isolierungen aus Glaswolle während der ersten Temperaturanstiege freigesetzt werden;
- Vom Turbinenbypass erzeugte Ammoniakfreisetzungen aus dem Hilfsspeisewasser der Dampferzeuger (Alimentation de secours des générateurs de vapeur – ASG) und der Wärmezersetzung des Hydrazins aus der Dampferzeuger-Konservierungslösung während der Wiederanlaufphase des Reaktors;
- Morpholin- und Ethanolaminausflüsse;
- Ammoniak aus dem Abführungssystem der nicht kondensierbaren Stoffe im Sekundärkreis während der Aufrechterhaltung des Unterdrucks im Verflüssiger, das durch den Schornstein des Hilfsnuklearanlagegebäudes freigesetzt wird;
- Freisetzungen von Gesamtrestchlor (CRT), Ammoniak, Hypochlorsäure (HOCl) und Trihalomethanen (THM) aus den Kühltürmen bei der Durchführung von Biozidbehandlungen;

- Abgase der Baumaschinen und Lkw zum Abtransport der Abfälle und Waren- oder Materialtransporten (An- und Auslieferungen). Aufgrund der Verkehrsbegrenzungen am Standort und der Überwachung ihrer Wartung sind die jährlichen Abgasmengen gering;
- Diffuse Emissionen von Kältemitteln und SF₆, die jeweils in den Kühlaggregaten (zur Sicherstellung der Eiswassererzeugung und zur Kühlung der Technik- und Verwaltungsgebäude) und den Umspannwerken zur Ableitung der Kraftwerksenergie verwendet werden. Diese Emissionen werden bei den Wartungsmaßnahmen an diesen Anlagen quantifiziert.
- Atmosphärische Staubbefreiungen aus den Werkstätten, die ebenfalls vernachlässigbar sind.

5.6.4. Wärmeemissionen

In einem Kernkraftwerk wird etwa ein Drittel der vom Reaktor erzeugten Wärmeenergie nach dem thermodynamischen Prinzip von Carnot in elektrische Energie umgewandelt. Der Rest, ca. zwei Drittel, wird als Wärme über den Verflüssiger an eine kalte Quelle übertragen, bei der es sich entweder um ein Gewässer (kalte Quelle im „offenen“ Kreislauf) oder um die Atmosphäre (über Kühltürme, kalte Quelle im „geschlossenen“ Kreislauf) handeln kann. Somit wird Wärme in die Umwelt freigesetzt.

Die Kühlung der Verflüssiger des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly erfolgt im sogenannten „geschlossenen“ Kreislauf: Das Wasser in den Kühlsystemen erwärmt sich in den Verflüssigern und wird anschließend am Wärmetauscher der Kühltürme gekühlt. Die Wärmeenergie wird größtenteils durch Verdunstung und Konvektion in die Atmosphäre abgeleitet. Die Wärmeemissionen in die Loire entstehen durch das Ablassen der Kaltwasserbecken der Kühltürme zur Dauerverdünnung.

Die Wärmeemissionen unterliegen den Vorschriften, die die Erwärmung des Wassers zwischen der Entnahme und der Rückleitung regeln.

Grenzwerte der Wärmeemissionen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly

Bedingungen	Durchschnittliche Tageserwärmung
Normalbedingungen	$\leq 1\text{ °C}$
Besondere Bedingungen: Durchflussmenge der Loire unter 100 m ³ /s und T _{Loire Vorlauf} < 15 °C	< 1,5 °C

Die vom Kraftwerk zwischen der Wasserentnahme und der Freisetzung verursachte Erwärmung beträgt im Durchschnitt 0,15 °C für den Zeitraum von 2012 bis 2021 bei einem gemessenen Höchstwert von 0,91 °C.

5.6.5. Sedimente-Management im Zusammenhang mit den Wartungsmaßnahmen mit Baggerarbeiten am Zulaufkanal

Um die Rohwasserversorgung seiner Anlagen und deren nukleare Sicherheit zu gewährleisten, muss das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly Ausbaggerarbeiten an seinem Zulaufkanal vornehmen lassen. Dabei werden die abgelagerten Sedimente mit Hilfe eines Saugbaggers beseitigt.

Die entnommenen Sedimente werden vorrangig in den Strömungskanal der Loire zurückgeleitet. Sie können zeitweilig in Schlammbecken zwischengelagert werden, wenn der Wasserhaushaltszustand der Loire die sofortige Zurückleitung aufgrund der in die Loire eingeleiteten Schwebstoffkonzentration nicht zulässt.

5.6.6. Abfallerzeugung

Der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly erzeugt radioaktive und konventionelle Abfälle.

Die **radioaktiven Abfälle** entstammen insbesondere der Aufbereitung radioaktiver Ausflüsse (Filter, Aktivkohle, Verdampfungskonzentrate, Ionenaustauscherharze, Schlamm...), normalen Wartungsmaßnahmen (radioaktive Ausschussteile aus der Mechanik, Stoffabfälle...), Wartungsmaßnahmen an den Brennelementen (Bündel, Stabhüllen, Brennelementgestelle...).

Die **konventionellen Abfälle** sind Abfälle, die in den Bereichen ohne radioaktive Stoffe erzeugt werden. Sie bestehen aus inerten Abfällen (Schutt, Erde...), ungefährlichen Abfällen (Holz, Verpackungen, Papier, Karton, Glas, Kunststoff, Metalle...) und gefährlichen Abfällen (Lacke, Kohlenwasserstoffabfälle, Asbest...).

Kategorien radioaktiver Abfälle und zugehörige Sektoren für das Abfallmanagement

Radioaktivität**	Sehr kurzer Halbwertszeit (VTC) (Zeitraum < 100 Tage)	Hauptsächlich kurzer Halbwertszeit (VC) (Zeitraum ≤ 31 Jahre)	Hauptsächlich langer Halbwertszeit (VL) (Zeitraum > 31 Jahre)
Sehr schwach radioaktiv (TFA) < 100 Bq/g	 Management durch Zerfall der Radioaktivität	 Oberflächenlagerung (CIREs – Industriestandort zum Sammeln, Zwischenlagern und Lagern)	
Schwach radioaktiv (FA) von einigen Hundert Bq/g bis eine Million Bq/g		 Oberflächenlagerung (Lagerstandort Centre de l'Aube and Centre de la Manche)	 Lagerung in geringer Tiefe, Studienphase
Mäßig radioaktiv (MA) von einer Million Bq/g bis eine Milliarde Bq/g			 Geologische Tiefenlagerung, Projektphase (Cigéo)
Stark radioaktiv (HA) mehrere Milliarden Bq/g	Nicht zutreffend	 Geologische Tiefenlagerung, Projektphase (Cigéo)	

* Zeitraum, in dem die radioaktiven Stoffe (Radionuklide) im Abfall radioaktiv sind.

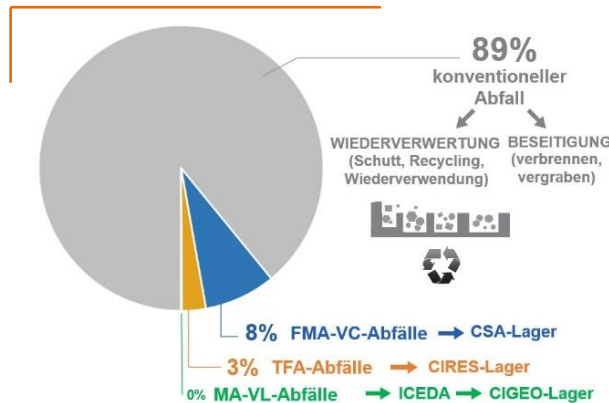
** Radioaktivitätslevel der radioaktiven Abfälle.

Manchmal kann Abfall in eine gegebene Kategorie eingestuft, jedoch aufgrund anderer Eigenschaften (z. B. seiner chemischen Zusammensetzung oder seiner physikalischen Eigenschaften) in einem anderen Sektor verwaltet werden

In Frankreich erfolgt die Einstufung radioaktiver Abfälle nach zwei Kriterien:

- Dem Radioaktivitätsniveau: Hohe Radioaktivität (HA – haute activité), mittlere Radioaktivität (MA – moyenne activité), schwache Radioaktivität (FA – faible activité) und sehr schwache Radioaktivität (TFA – très faible activité),
- Der Halbwertszeit, nach der die Radioaktivität um die Hälfte gesunken ist: sehr kurze Halbwertszeit (vtc – vie très courte), kurze Halbwertszeit (vc – vie courte) und lange Halbwertszeit (vl – vie longue).

Die Maßnahmen im Zusammenhang mit dem Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly erzeugen konventionelle Abfälle (89 % der erzeugten Abfälle) und radioaktive Abfälle (11 % der erzeugten Abfälle).



Relative Anteile der Abfälle und der entsprechenden Freisetzungen aus dem Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly

Die folgende Tabelle zeigt die Bilanz der innerhalb eines Zeitraums von 10 Jahren im Kraftwerk von Dampierre-en-Burly erzeugten radioaktiven Abfälle sowie eine Prognose für die kommenden Jahre.

Insgesamt werden die erzeugten Abfallmengen in den kommenden 10 Jahren wahrscheinlich Änderungen unterliegen. Folgendes ist geplant:

- Eine Zunahme der TFA-Feststoffabfallmengen, insbesondere im Rahmen der Modernisierung der vom „Grand Carénage“¹³ betroffenen Anlagen
- Eine Zunahme der FA-VC-Feststoffabfallmengen, die aus Umweltschutzgründen an Centraco (verbrennen/einschmelzen) geliefert werden. Diese Vorgehensweise verringert die im CSA gelagerte Abfallmenge (Faktor 1/15 für verbrannte Abfälle und 1/6 für eingeschmolzene Abfälle). Dieser Ansatz erklärt auch die Verringerung der FA-VC-Abfallmengen, die zur direkten Einlagerung im CSA bestimmt sind.
- Eine Verringerung der FA-VC-Flüssigabfallmengen aufgrund des Bestrebens des Kraftwerks, seine flüssigen Abfälle auf ein Minimum zu reduzieren. Diese Abfälle werden nach Möglichkeit direkt im Reaktorblock durch Verdunstung aufbereitet.

Hinsichtlich der Art der erzeugten Abfälle oder ihres Abfallmanagements sind keine maßgeblichen Änderungen geplant.

Radioaktive Abfälle	Durchschnittliches Jahresvolumen Packstücke (m³) (Durchschnitt von 2010 bis 2019)	Voraussichtliches durchschnittliches Jahresvolumen Packstücke (m³) (Durchschnitt von 2025 bis 2028)
Feste TFA-Abfälle zur Lagerung im CIRES	107	440
Feste MA-VC-Abfälle zur Lagerung im CSA	229	215
Feste FA-VC-Abfälle zur direkten Lagerung im CSA	170	75
Feste FA-VC-Abfälle zur Aufbereitung (Einschmelzen)	87	320
Feste FA-VC-Abfälle zur Aufbereitung (Verbrennen)	298	540
Flüssige FA-VC-Abfälle zur Aufbereitung (Verbrennen)	97	16

¹³ Im Rahmen der „Grand Carénage“-Maßnahme des Kraftwerksparks von EDF werden Investitionen/Modernisierungen vorgenommen, um die Fortsetzung des Betriebs der aktuellen Anlagen zu ermöglichen und die nach Fukushima beschlossenen Maßnahmen zu implementieren, ohne dabei die Leistungen des Parks bezüglich der nuklearen Sicherheit und der Wettbewerbsfähigkeit zu beeinträchtigen.

5.6.7. Lärm- und Vibrationsbelastung

Im Kraftwerk von Dampierre-en-Burly finden alle zehn Jahre Messkampagnen zur Erfassung der Lärmbelastung statt. Die 2016 durchgeführte Messkampagne zeigt, dass die gemessenen Lärmpegel den in den Vorschriften festgelegten Zielen entsprechen.

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly kann aufgrund seiner Industrietätigkeiten (laufende Maschinen, Baumaschinen, Transporte...) Vibrationen verursachen. Die Vibrationen können innerhalb der Anlagen des Standorts wahrgenommen werden, jedoch aufgrund der Bauwerkskonzepte und Bodenbeschaffenheit nicht außerhalb der Anlagen.

5.6.8. Flächennutzung

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly erstreckt sich über eine Fläche von 225 Hektar und umfasst verschiedene Industriebetriebe. Der größte Teil dieser Fläche ist verbaut. Für die kommenden zehn Jahre ist keine Änderung der für den Betrieb der 4 Reaktoren des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly erforderlichen Grundfläche geplant.

5.6.9. Sonstige Wechselbeziehungen

Sonstige untersuchte Wechselbeziehungen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit seiner Umwelt: Geruchsbelästigung, Lichtemissionen, Straßen- und Schienenverkehr und Energieverbrauch. Für die kommenden zehn Jahre sind keine Änderungen dieser Wechselbeziehungen geplant.

5.6.10. Prognose über 10 Jahre hinsichtlich der Wechselbeziehungen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit der Umwelt

Die vergangenen und aktuellen Wechselbeziehungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit der Umwelt wurden in den vorstehenden Abschnitten 5.6.1 bis 5.6.9 beschrieben.

Wie in der folgenden Tabelle angegeben bleiben die Wechselbeziehungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit der Umwelt in den kommenden zehn Jahren auf dem gleichen Niveau wie während des vorherigen Jahrzehnts.

Wechselbeziehungen mit der Umwelt	Vergangener Betrieb	Prognose für die kommenden 10 Jahre
Wasserentnahme und -verbrauch	Der jeweilige Wasserbedarf des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly wird durch die Entnahme von Loire-Wasser, Grundwasser oder Leitungswasser der Gemeindewasserwirtschaft gedeckt. Die reglementierten Wasserentnahmen (Oberflächengewässer und Grundwasser) liegen immer schon unter den vorgeschriebenen Grenzwerten (Beschluss Nr. 2011-DC-0211).	Hinsichtlich der Wasserversorgungsmodalitäten sind keine Änderungen geplant. Die für den Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly geplanten Entnahmevolumen für die kommenden 10 Jahre bleiben in der gleichen Größenordnung wie die der vergangenen zehn Jahre und liegen auf jeden Fall unter den vorgeschriebenen Grenzwerten.

Wechselbeziehungen mit der Umwelt	Vergangener Betrieb	Prognose für die kommenden 10 Jahre
Freisetzung flüssiger radioaktiver Schadstoffe	Die Rückleitung der radioaktiven Ausflüsse erfolgt in die Loire über die in das Loire-Wehr integrierte Verdünnungsanlage. Die Freisetzungen unterliegen den Vorgaben des Beschlusses Nr. 2011-DC-0210.	Hinsichtlich der Anordnung des Rückleitungspunkts in die Loire sind keine Änderungen geplant. Die für den Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly geplanten Freisetzungen für die kommenden 10 Jahre bleiben in der gleichen Größenordnung wie die der vergangenen zehn Jahre und liegen auf jeden Fall unter den vorgeschriebenen Grenzwerten.
Freisetzung radioaktiver Schadstoffe in die Atmosphäre	Die atmosphärischen radioaktiven Schadstoffe werden über die Schornsteine der Hilfsnuklearanlagegebäude freigesetzt. Die Freisetzungen unterliegen den Vorgaben der Beschlüsse Nr. 2011-DC-0211 und Nr. 2011-DC-0210.	Hinsichtlich der Freisetzungspunkte in die Atmosphäre sind keine Änderungen geplant. Die für den Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly geplanten Freisetzungen für die kommenden 10 Jahre bleiben in der gleichen Größenordnung wie die der vergangenen zehn Jahre und liegen auf jeden Fall unter den vorgeschriebenen Grenzwerten.
Freisetzung chemischer Schadstoffe	Die Freisetzungen flüssiger chemischer Schadstoffausflüsse unterliegen den Vorgaben der Beschlüsse Nr. 2011-DC-0211 und Nr. 2011-DC-0210.	Die für den Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly geplanten Freisetzungen flüssiger chemischer Schadstoffe für die kommenden 10 Jahre bleiben in der gleichen Größenordnung wie die der vergangenen zehn Jahre und liegen auf jeden Fall unter den vorgeschriebenen Grenzwerten.
Wärmeemissionen	Die Wärmeemissionen unterliegen den Vorschriften, die die Erwärmung des Wassers zwischen der Entnahme und der Rückleitung regeln.	Für die Wärmeemissionen sind keine Änderungen geplant, da sie die vorgeschriebenen Grenzwerte beachten werden.
Erzeugung radioaktiver Abfälle	Jahresabfallvolumen (m ³) Sehr schwache Radioaktivität: 107 Schwache Radioaktivität: 652 Mittlere Radioaktivität: 229	Generell wird sich die erzeugte Menge radioaktiver Abfälle in den kommenden 10 Jahren im Verhältnis zu den im Referenzzeitraum erzeugten Abfällen ändern. Diese Mengenänderungsprognose beruht auf dem im Rahmen des „Grand Carénage“ geplanten Wartungsprogramm sowie auf dem vom Standort für das Abfallmanagement gewählten Ansatz (hauptsächlich verbrennen und einschmelzen statt einer direkten Einlagerung).

Wechselbeziehungen mit der Umwelt	Vergangener Betrieb	Prognose für die kommenden 10 Jahre
Lärmbelastung	Im Kraftwerk von Dampierre-en-Burly finden alle zehn Jahre Messkampagnen zur Erfassung der Lärmbelastung statt. Die letzte Messkampagne aus dem Jahr 2016 zeigt, dass die Lärmpegel den in den Vorschriften festgelegten Zielen entsprechen.	Keine maßgeblichen Änderungen, jedoch können zeitweise Lärm und Vibrationen auftreten, die von eventuellen Änderungen und Bauarbeiten verursacht werden.
Flächennutzung	Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly erstreckt sich über 225 Hektar	Für die kommenden zehn Jahre ist keine Änderung der für den Betrieb der 4 Reaktoren des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly erforderlichen Grundfläche geplant.
Sonstige Wechselbeziehungen	Sonstige Wechselbeziehungen mit der Umwelt: Geruchsbelästigung, Lichtemissionen, Straßen- und Schienenverkehr, Energieverbrauch.	Für die kommenden zehn Jahre sind keine Änderungen dieser Wechselbeziehungen geplant.

5.7. Prognose für die kommenden 10 Jahre hinsichtlich der Auswirkungen auf die Umwelt

Dieser Abschnitt behandelt die tatsächlichen und potentiellen Auswirkungen des Normalbetriebs des Kernkraftwerks von Dampierre-en-Burly auf die Gesundheit und die Umwelt während der kommenden zehn Jahre aufgrund von Wasserentnahme, Freisetzungen und Abfällen, sowie der Belastungen, die dies verursachen kann (Freisetzung pathogener Mikroorganismen, Lärm, Lichtemissionen, Energieverbrauch, Straßen- und Schienenverkehr, Vibrationen, Gerüche oder Staubaufkommen). Die Analyse betrachtet auch die Maßnahmen, die für den besseren Schutz der Interessen im Rahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung ergriffen wurden. Wie im Abschnitt 5.6 angegeben, bleiben die Wechselbeziehungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly mit der Umwelt in den kommenden zehn Jahren auf dem gleichen Niveau wie während des vorherigen Jahrzehnts.

Die Auswirkungen des Kraftwerkbetriebs von Dampierre-en-Burly auf die Umwelt werden nach Bereich (Unterabschnitte 5.7.1 bis 5.7.9) dargestellt; es handelt sich um lokale Auswirkungen, die vor allem das jeweilige Umfeld des Kraftwerks entsprechend dem Studienumfang gemäß Abschnitt 5.5.5 betreffen. Der normale Betrieb des Kraftwerks verursacht keine grenzüberschreitenden Auswirkungen (siehe Abschnitt bezüglich der grenzüberschreitenden Auswirkungen von Unfällen). Die vergleichweisen Auswirkungen auf den Klimawandel durch die Fortsetzung des Betriebs oder die endgültige Stilllegung (siehe Abschnitt 1.2) werden im Abschnitt 5.7.10 beschrieben.

5.7.1. Luft und Klimafaktoren

■ Auswirkungen auf das Klima

Die Stromerzeugung aus Kernenergie führt nur zu einer sehr geringen Kohlendioxidbildung (CO₂), dem wichtigsten **Treibhausgas**.

Gemäß der Studie der F&E von EDF setzt jedes kWh, das der Kernkraftpark von EDF in Frankreich erzeugt, das Äquivalent von **4 Gramm CO₂** frei. Dieser Wert bestätigt die sehr geringen Kohlenstofffreisetzungen dieser Energiequelle: [Analyse des Lebenszyklus \(ACV – Analyse du cycle de vie\) pro kWh aus Kernkraft](#).

Die freigesetzten Gase aus dem Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly wirken sich also nicht auf die aktuelle Klimasituation aus.

Die Analyse der Empfindlichkeit gegenüber dem Klimawandel (siehe folgende Seite) bestätigt, dass die Klimaauswirkungen der freigesetzten Gase aus dem Kraftwerksbetrieb auch während der kommenden 10 Jahre als vernachlässigbar betrachtet werden können.

Die vom Menschen erzeugten **Treibhausgase** verursachen die Verstärkung des Treibhauseffekts.

Diese natürliche Entwicklung wird durch vorhandene Treibhausgase verstärkt, die einen Teil der von der Erde abgegebenen Wärme in der unteren Atmosphäre zurückhalten.

■ Auswirkungen auf die Luftqualität

Das französische Umweltgesetzbuch legt die Normen für die Luftqualität fest, die darauf abzielen, einen wirksamen Schutz für die menschliche Gesundheit und die gesamte Umwelt zu gewährleisten. Diese Normen betreffen in der Außenluft vorhandene atmosphärische Stoffe, die die Qualität der Luft beeinträchtigen können: Schwefel- und Stickoxide, Ozon, Kohlenstoffmonoxid, Rußpartikel, Blei, Phenylwasserstoff und Schwermetalle. Diese Stoffe treten aufgrund des Straßenverkehrs und sonstiger menschlicher Tätigkeiten (Heizung, Industrieschadstoffe) hauptsächlich in den Ballungsgebieten auf.

Unter den vom Kraftwerk von Dampierre-en-Burly während des Normalbetriebs in die Atmosphäre freigesetzten Chemikalien unterliegen nur die freigesetzten Stick- und Schwefeloxide sowie die Kohlenstoffmonoxid-Gase einer Luftqualitätsnorm. Die Bewertung der Auswirkungen dieser Schadstoffe auf die Luftqualität zeigt keine Auswirkungen des Kraftwerks auf die Luftqualität auf.

Hinsichtlich der Stoffe, die keiner Luftqualitätsnorm unterliegen (z. B. Formol, Ammoniak, Ethanolamin, Kältemittel und SF₆) gelten die Konzentrationen in der Umwelt, die dem Kraftwerk von Dampierre-en-Burly zuzuschreiben sind, nicht als wahrscheinliche Ursache für eine mögliche Beeinträchtigung der Luftqualität.

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly unterliegt keinem PPA.

PLAN ZUM SCHUTZ DER ATMOSPHERE (PPA – PLAN DE PROTECTION DE L'ATMOSPHERE)

Die Pläne zum Schutz der Atmosphäre (PPA) wurden durch das Gesetz Nr. 96-1236 vom 30. Dezember 1996 in seiner am 14. Juni 2006 geänderten Version bezüglich der Luft und rationellen Nutzung der Energie (das sogenannte „LAURE“-Gesetz) eingeführt. Sie sind in den folgenden drei Fällen aufzustellen:

- Die Grenzwerte bzw. Zielwerte für die Luftqualität werden im betreffenden Gebiet überschritten;
- Überschreitungen sind in dem betreffenden Gebiet wahrscheinlich;
- Das Gebiet umfasst ein oder mehrere Ballungsgebiete mit über 250.000 Einwohnern.

Die PPA sollen Maßnahmen festlegen, die für die Beachtung der Grenzwerte zu ergreifen sind, sowie Notmaßnahmen, die im Falle einer möglichen Überschreitung der Warngrenzwerte umgesetzt werden müssen. Sie müssen mit den regionalen Zielen für die Luftqualität (SRADDET) vereinbar sein.

REGIONALER FLÄCHENNUTZUNGSPLAN ZUR NACHHALTIGEN ENTWICKLUNG UND GLEICHBERECHTIGUNG DER GEBIETE (SRADDET – SCHÉMA RÉGIONAL D'AMÉNAGEMENT, DE DÉVELOPPEMENT DURABLE ET D'ÉGALITÉ DES TERRITOIRES)

Das „NOTRE“-Gesetz vom 7. August 2015 über die Neuverteilung der Verwaltungsregionen der Französischen Republik begründet ein neues Planungsschema, dessen Erstellung den Regionen anvertraut wird: der regionale Flächennutzungsplan zur nachhaltigen Entwicklung und Gleichberechtigung der Gebiete (SRADDET – Schéma régional d'aménagement, de développement durable et d'égalité des territoires).

Dieser Plan unterliegt den allgemeinen behördlichen Flächennutzungs- und Städteplanungsregeln sowie den gemeinnützigen Auflagen zur Nutzung der Flächen. Er muss mit den Leitkonzepten für die Wassernutzung und -verwaltung (SDAGE – Schémas directeurs d'aménagement et de gestion de l'eau) sowie mit den Managementplänen für Überschwemmungsrisiken (PGRI – Plans de gestion des risques d'inondation) vereinbar sein. Er muss gemeinnützige Projekte, eine ausgewogene Nutzung der Wasserressourcen, projektierte Infrastrukturen und Anlagen sowie wirtschaftliche Tätigkeiten, die Satzungen der Nationalparks und die Waldentwicklungspläne berücksichtigen. Er ersetzt die bestehenden Pläne wie z. B. den Regionalplan für Klima, Luft und Energie (SRCAE – Schéma régional climat air énergie), den Regionalplan für intermodalen Verkehr (Schéma régional de l'intermodalité), den Regionalplan zur Vorbeugung und Verwaltung von Abfällen (PRPGD – Plan régional de prévention et de gestion des déchets) und den Regionalplan für ökologische Zusammenhänge (SRCE – Schéma régional de cohérence écologique).

Der SRADDET für die Region Centre – Val de Loire wurde durch einen Beschluss des Conseil Régional vom 19. Dezember 2019 verabschiedet und vom Präfekten der Region am 4. Februar 2020 bestätigt. Der SRADDET der Region Centre – Val de Loire umfasst 4 strategische Ausrichtungen, die 20 strukturierte Ziele hinsichtlich der Zielsetzungen und Regeln des SRADDET beinhalten.

■ Empfindlichkeit gegenüber dem Klimawandel

Die lokalen Prognosen der wichtigsten Klimafaktoren, die von Météo-France erstellt wurden, zeigen eine Tendenz zu höheren Jahresmittelwerten der Lufttemperaturen, wobei die Entwicklung bis 2035 im Vergleich zum historischen Zeitraum von 1982-2012 1,3 °C überschreiten könnte.

Mit Ausnahme eines leichten Anstiegs des Kühlbedarfs der Tertiär- und Industriegebäude, haben die obigen Klimaentwicklungen wahrscheinlich keine Auswirkungen auf die Analyse bezüglich der Folgen der vom Kraftwerk von Dampierre-en-Burly in die Atmosphäre freigesetzten Schadstoffe auf die Luftqualität und das Klima.

5.7.2. Oberflächengewässer

■ Auswirkungen auf den Wasserhaushalt

Das vom Kraftwerk aus der Loire entnommene Wasser wird größtenteils in den Fluss zurückgeleitet, da das Kühlsystem des Kraftwerks ein geschlossener Kreislauf ist. Ein Teil der entnommenen Durchflussmenge verdunstet jedoch auch in den Kühltürmen. Die im Durchschnitt vom Kraftwerk von Dampierre-en-Burly verdampfte Durchflussmenge beträgt ca. 0,57 m³/s pro Reaktor, d. h. ca. 2,3 m³/s für alle vier Reaktoren im Normalbetrieb. Dies entspricht etwa 0,7 % der durchschnittlichen Durchflussmenge der Loire und ca. 4,6 % der durchschnittlichen Mindestdurchflussmenge der Loire an drei aufeinander folgenden Tagen. Im Vergleich zur durchschnittlichen Durchflussmenge der Loire sind die verdunsteten Durchflussmengen gering und beeinträchtigen nicht die Aufrechterhaltung der Wassernutzung am Fluss.

Außerdem beeinträchtigen die zwei Anlagen des Wasserentnahmebauwerks des Kraftwerks (Loire-Wehr und Wehr am Zulaufkanal) nicht die Durchflussmengen der Loire.

Zuguterletzt trägt auch die Rückführung der im Zulaufkanal ausgebagerten Sedimente in das Niedrigwasserbett der Loire zur Dynamik des Flusslaufs bei. Diese Arbeiten sind nicht in der Lage, den Wasserhaushalt der Loire zu verändern.

■ Auswirkungen auf die Temperatur der Oberflächengewässer

Die Analyse der Erfahrungswerte bezüglich der Wärmeemissionen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly über einen Zeitraum von 10 Jahren (2012 bis 2021) zeigt, dass die Erwärmung nach Vermischung durchschnittlich 0,15 °C mit Höchstwerten von 0,91 °C beträgt.

Die Wärmefahne aus den Ausflüssen des Kraftwerks verläuft in den ersten Kilometern am rechten Ufer, in der Verlängerung des Rückleitungsbauwerks, bevor sie sich flussabwärts langsam über die gesamte Breite der Loire ausbreitet. Auf regionaler Ebene ist die Resterwärmung durch den Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly aufgrund Genauigkeit der Temperaturmessungen und der natürlichen Temperaturschwankungen der Loire nach kurzer Zeit nicht mehr wahrnehmbar.

■ Auswirkungen auf die Qualität der Oberflächengewässer

Die Analyse der Ergebnisse der Überwachung des Wasserhaushalts und der Chemikalienbelastung der Umwelt konnte belegen, dass die physikalisch-chemischen, chemischen und biologischen Entwicklungen des oberhalb und unterhalb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly beobachteten Umfelds nicht durch die vergangenen und aktuellen Schadstofffreisetzen des Kraftwerks verursacht werden.

Die stoffspezifische Bewertung dieser Auswirkungen der flüssigen chemischen Schadstofffreisetzen auf die Durchschnitts- und Höchstwerte zeigt für Aluminium, Chrom, Eisen, Mangan, Nickel, Blei, DBO₅, DCO, Lithin, MES, Reinigungsmittel, Ammonium, Nitrate, Nitrite, Phosphate, Chloride, Natrium, Sulfate, Kupfer, Zink, Borsäure, Lithin, AOX, Glukonat, Ethanolamin, Methylamin, Ethylamin, Morpholin, Ethanolamin, Nitrosomorpholin, Diethanolamin, Methylamin, Pyrrolidin, Diethylamin, Ethylamin, Azetate, Formiate, Glykolate, Oxalate, Chlorate, Polyacrylate, Hydrazin und Chloroform keine maßgeblichen umweltrelevanten Auswirkungen auf das Ökosystem der Loire unterhalb des Standorts von Dampierre-en-Burly.

Auf der Grundlage der Erfahrungswerte aus den Ausbaggerarbeiten der letzten Jahre hat die Rückführung der Sedimente aus Baggerarbeiten im Zulaufkanal in die Loire darüber hinaus keine maßgeblichen Auswirkungen auf die physikalisch-chemische Wasserqualität der Loire.

Anmerkung: Die Bewertung der Auswirkungen radioaktiver Schadstofffreisetzen wird im Abschnitt **Erreur ! Source du renvoi introuvable.** behandelt.

■ Auswirkungen auf die Morphologie der Sedimente

Die wichtigste potentielle Beeinträchtigung betrifft die Rückführung der Sedimente in die Loire flussabwärts des Loire-Wehrs und am rechten Ufer des Hauptarms. Die zeitweilige Verringerung der Durchflussbreite durch angeschwemmte Sedimente ist im Verhältnis zum Strömungsquerschnitt des Flusses vernachlässigbar. Darüber hinaus liegt der Bereich für die Rückführung der Sedimente in einem Abschnitt, der gute Bedingungen für die Remobilisierung des Materials bietet. Außerdem trägt die kompensierende Rückführung der Sedimente in das Niedrigwasserbett der Loire zur Aufrechterhaltung der Dynamik des Flusslaufs bei.

Die Auswirkungen der Rückführung der ausgebagerten Sedimente auf den Wasserhaushalt und die Morphologie der Loire werden als vernachlässigbar betrachtet.

■ **Empfindlichkeit gegenüber dem Klimawandel**

Die Entwicklungen im Zusammenhang mit den Klimawandel, die sich eventuell auf die Ergebnisse der vorliegenden Studie auswirken könnten, betreffen den Temperaturanstieg des Wassers und Änderungen der Durchflussmenge der Loire. Die Untersuchung der lokalen Auswirkungen des Klimawandels ist eine Thematik, zu der viele, noch nicht abgeschlossene Forschungsarbeiten Methoden entwickeln sollen, mit denen Klimaprognosen auf lokaler Ebene erstellt werden können, insbesondere unter Berücksichtigung der Entwicklung der Wassertemperatur und -durchflussmengen.

Unter den verschiedenen Klimavariablen, die die Entwicklung der Gewässer beeinflussen können, sind die Wassertemperaturen eine der Variablen für die Tendenzen belegt sind, die, insbesondere im Sommer, an die Schwankungen der Lufttemperaturen gebunden sind.

Die seit dem Ende der 70er Jahre durchgeführten Messungen zeigen, dass die allgemeine Erwärmung der Loire von verschiedenen Statistikparametern bestätigt wird.

Außerdem belegen die von EDF durchgeführten Prognosen bezüglich des zukünftigen Klimas die Tendenz zu höheren Jahresmittelwerten der Loire-Temperaturen, wobei die Entwicklungen im Zeitraum von 2020 bis 2050 durchschnittlich in der Größenordnung von +0,7 bis +1 °C im Verhältnis zum betrachteten historischen Zeitraum (1982 – 2012) betragen.

Aufgrund vergangener Beobachtungen und der Prognosen über einen Zeitraum von 30 Jahren wird der von der Klimaentwicklung verursachten Anstieg der jährlichen Durchschnittstemperatur des Loire-Wassers auf +0,3 °C pro Jahrzehnt geschätzt.

Unter Berücksichtigung der in der vorliegenden Studie verwendeten Szenarien (die Wassertemperatur wird nicht direkt in die Berechnungen der Auswirkungen auf den Gewässerlebensraum einbezogen) und der geringfügigen Zunahme im Laufe eines Jahrzehnts (unter Berücksichtigung der jahreszeitlichen Schwankungen), wird jedoch davon ausgegangen, dass diese Entwicklung die Ergebnisse der vorliegenden Studie nicht beeinflusst.

Hinsichtlich der Durchflussmenge der Loire sind auch die längerfristigen Tendenzen weniger markant als die der Temperaturen, da die Modellierung des Wasserhaushaltszyklus in einem Einzugsgebiet zu stärkeren Unsicherheiten führt.

Die von EDF auf der Grundlage des zukünftigen Klimas berechneten Prognosen zeigen, dass die durchschnittlichen Jahresdurchflussmengen der Loire im Mittel in den Jahren 2020 bis 2050 abnehmen – wobei die Verringerung im Verhältnis zum betrachteten Referenzzeitraum von 1982 bis 2012 in einer Größenordnung von 10 % liegt – und die jahreszeitlich bedingten Schwankungen steigen (etwas höhere Durchflussmengen im Winter und geringere im Sommer).

Diese Ergebnisse sind mit hohen, mit der Modellkettenberechnung einhergehenden Unsicherheiten verknüpft, insbesondere aufgrund der Streuung der Ergebnisse der globalen Klimamodelle, aber auch der Komplexität der Modellierung der Durchflussmengen im Einzugsgebiet der Loire. Diese Ergebnisse sind daher als Tendenzen zu betrachten, auch wenn dazu Methoden nach dem neuesten Stand der Technik hinzugezogen wurden. So wird davon ausgegangen, dass die potentiellen Verringerungen der Durchflussmengen während der Geltungsdauer der Studie (10 Jahre) im Verhältnis zu den in der Loire bereits beobachteten jahreszeitlichen Schwankungen recht gering sind.

STUDIE ÜBER DIE KUMULIERTEN AUSWIRKUNGEN DER KRAFTWERKE AN DER LOIRE

2023 hat EDF eine Studie über die kumulierten Auswirkungen der Kernkraftwerke an der Loire durchgeführt. Für die Studie wurden zwei sich ergänzende Ansätze verwendet:

- Ein qualitativer Ansatz, der sich auf die Daten der Überwachung der Umwelt flussaufwärts und flussabwärts der Standorte stützt, um eventuelle Entwicklungen am Fluss zu ermitteln;
- Ein quantitativer Ansatz der Auswirkungen auf Umwelt und Gesundheit, der auf der Modellberechnung einer Kumulierung der tatsächlichen Schadstofffreisetzungen der Anlagen und der tatsächlichen Durchflussmenge in den Jahren 2016 und 2018 beruht, die jeweils einem durchschnittlichen Jahr und einem Jahr mit einem deutlichen Niedrigwasser entsprechen.

Der qualitative Ansatz zeigt, dass die flüssigen Chemikalienfreisetzungen keinen wesentlichen Einfluss auf die Chemie, physikalische Chemie und Biologie haben. Der quantitative Ansatz zeigt keine wesentlichen Auswirkungen auf das Ökosystem der Loire bezüglich der vier untersuchten Bewertungspunkte. Diese vier Punkte wurden über die Länge des Flusslaufs verteilt, um die bis zur Loire-Mündung erhobenen Werte zu kumulieren.

5.7.3. Böden und Grundwasser

■ **Auswirkungen auf die Böden**

Für das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly wurden diverse Ausbauarbeiten durchgeführt, insbesondere die Aufschotterung zur Errichtung der Standortplattform auf 126,1 m NGF 0, der Bau der geotechnischen Einfriedungen zur Trockenlegung der Baugruben und die Einrichtung der Zulauf- und Rückführungskanäle.

Eine vertiefte Studie der historischen Daten und der Überwachung der Umwelt konnte – durch Ermittlung und Lokalisierung der vergangenen und aktuellen Aktivitäten sowie Bewertung ihrer Risikostufen für die Böden und das Grundwasser – die Kenntnisse über den Untergrund des Standorts verbessern. Im Bereich der Basiskernkraftanlage (Installation nucléaire de base – INB) konnten keine radiologischen Schadstoffe festgestellt werden.

Zusätzliche Untersuchungen wurden von August 2020 bis Januar 2021 durchgeführt. Dabei wurden 34 Bohrungen bis auf 10,5 m Tiefe vorgenommen und 369 Bodenproben für chemische und radiologische Analysen entnommen. Die Ergebnisse zeigen eine allgemeine Konformität des anthropischen Rauschens, mit Ausnahme einiger Proben, bei denen die Konzentration der Kohlenwasserstoffe C10 – C40, Phenole, Chlorophenole, Metallspurenelemente und bestimmter Eluatparameter etwas höher sind. Diese Wertüberschreitungen erfordern keine besonderen Steuerungsmaßnahmen.

Die radiologischen Analysen haben bestätigt, dass innerhalb der untersuchten Bereiche keine Belastungen vorhanden sind. Eine 2017 festgestellte Belastung mit Kohlenwasserstoffen im Bereich eines Piezometers wurde auf einen Radius von 3 m beschränkt. Eine zusätzliche Probenentnahme 2020 – 2021 hat bestätigt, dass keine seitliche Migration stattgefunden hat.

Abschließend bestätigt sich, dass der normale Kraftwerksbetrieb keine maßgeblichen Auswirkungen auf die Bodenqualität hat. Eventuelle Störfälle wie versehentliche Freisetzungen können zeitlich begrenzte Auswirkungen aufweisen. Zur Begrenzung der Auswirkungen werden jedoch immer Maßnahmen implementiert, sowohl am Standort als auch außerhalb desselben.

■ **Auswirkungen auf das Grundwasser**

Seit seiner Inbetriebnahme stellt das Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly anhand eines Systems aus 34 Piezometern die regelmäßige Überwachung der Grundwasserschicht unter dem Standort sicher. Die Analyse von fast 16.700 Proben, die zwischen 2011 und 2019 entnommen wurden, hat zur Erkennung mehrerer Überschreitungen der Überwachungsgrenzwerte bestimmter chemischer und radiologischer Parameter geführt.

Zeitlich begrenzte Überschreitungen wurden für Schwermetalle wie Cadmium, Blei und Nickel festgestellt. Die gemessenen Überschreitungen sind Einzelfälle und liegen meistens im Anstrom des Standorts. Daher können sie nicht vom Kernkraftwerk verursacht werden und entstammen dem geochemischen Rauschen.

Zeitlich begrenzte Überschreitungen wurden auch für Stickstoffgemische (erfasst), insbesondere an einem im Abstrom in einem landwirtschaftlich genutzten Bereich gelegenen Piezometer. Hier wird ein externer Ursprung vermutet.

Einzelne Überschreitungen sind auch bei Phosphaten aufgetreten. Die Ausnahme bildet ein Piezometer im Abstrom des Reaktors Nr. 3, an dem die Überschreitungen häufiger sind, ohne jedoch eine Tendenz zu steigenden Werten aufzuweisen. Sie haben im Juni 2017 zur Meldung eines umwelttechnisch interessanten Ereignisses geführt.

Bei den Kohlenwasserstoffen wurde eine seit 2008 vorhandene Belastung südlich des Transformators des Reaktors Nr. 3 festgestellt, die im Dezember 2017 zu einem umweltrelevanten Ereignis geführt hat. Seit 2009 ist eine Abschöpfvorrichtung vorhanden, die die Dispersion in die schwebende Phase begrenzt.

Auch für die Aluminium-, Eisen- und Mangankonzentration, die mit dem geothermischen Rauschen verbunden ist, werden regelmäßige Überschreitungen der Qualitätsreferenzwerte beobachtet.

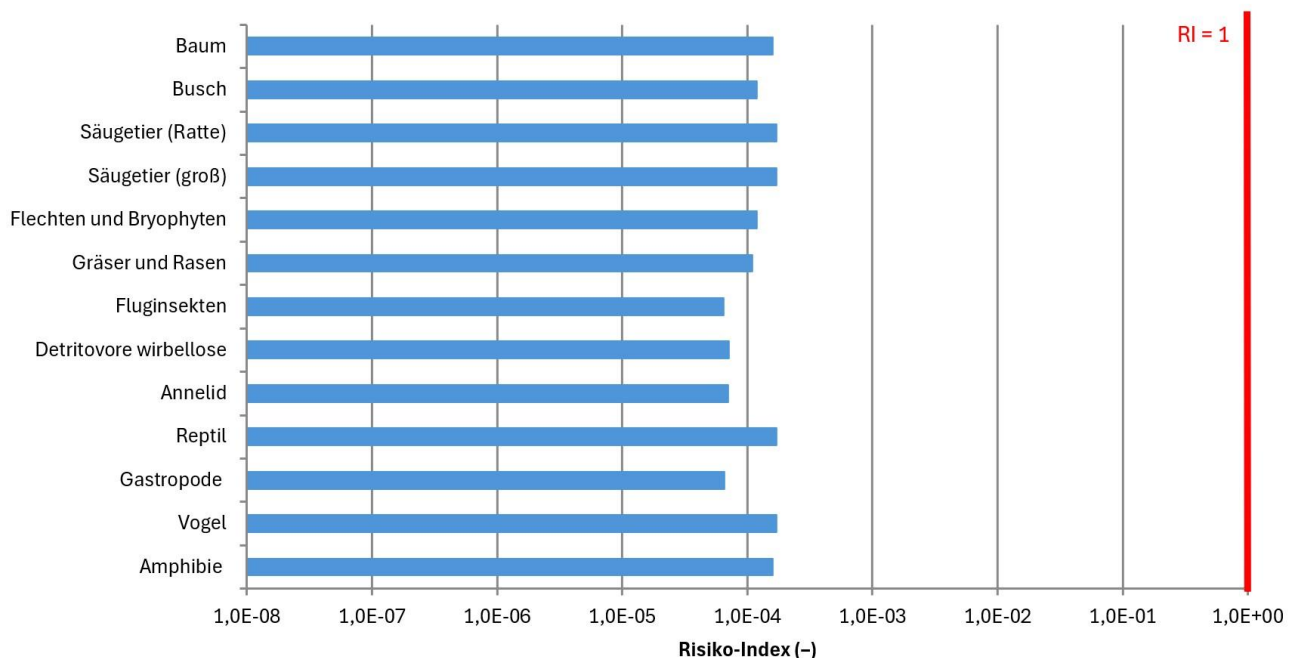
Auf radiologischer Ebene wurden Überschreitungen der Untersuchungs- und Handlungsgrenzwerte für Tritium festgestellt, hauptsächlich als Folge einer Freisetzung von radioaktivem Borwasser, die 2012 zu einem

umweltrelevanten Ereignis geführt hat. Die Ursachen eines weiteren umweltrelevanten Ereignisses aus dem Jahr 2015 sind unbekannt. Die jüngsten Messungen zeigen, dass die Werte wieder unterhalb der Grenzwerte liegen.

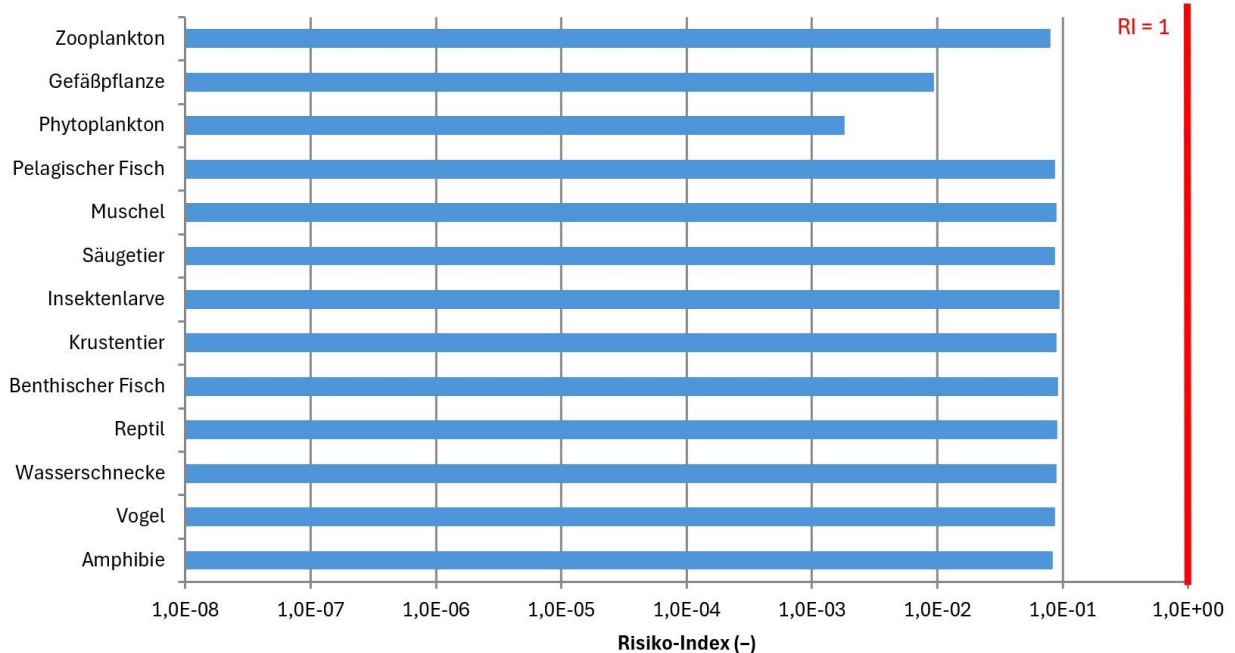
In allen Fällen haben diese Belastungen zur Implementierung von verstärkten Überwachungsprogrammen und Aktionsplänen zur Wiederherstellung der vorschriftsmäßigen Konzentrationen geführt. Außerdem trägt die vorhandene geotechnische Einfriedung zum nachhaltigen Schutz des Grundwassers vor möglichen Schadstoffbelastungen bei.

5.7.4. Radioökologie

Wie bereits im Abschnitt 5.2 dargelegt, beruht die Bewertung der Auswirkungen der radioaktiven Schadstoffe auf die Umwelt auf einem Vergleich der durch radioaktive Schadstoffe verursachten Dosisrate mit einem auswirkungsfreien Dosisratenwert für jeden einzelnen Referenzorganismus. Dieser Vergleich führt zur Berechnung eines Risiko-Index. Liegt der Risiko-Index unter 1 kann daraus geschlossen werden, dass das Risiko vernachlässigbar ist. Die nachfolgenden Grafiken zeigen den für die Referenzorganismen festgelegten Risiko-Index in den Land- und Wassersegmenten.



Für die Referenzorganismen der Ökosysteme an Land berechneter Risiko-Index



Für die Referenzorganismen der Ökosysteme in Oberflächengewässern berechneter Risiko-Index

Bei einem Index, der grundsätzlich unter einer Einheit liegt, ist das mit den flüssigen und atmosphärischen Freisetzungen radioaktiver Stoffe aus dem Standort von Dampierre-en-Burly verknüpfte Umweltrisiko aktuell und für die kommenden 10 Jahre vernachlässigbar.

STUDIE ÜBER DIE KUMULIERTEN AUSWIRKUNGEN DER KRAFTWERKE AN DER LOIRE

2023 hat EDF eine Studie über die kumulierten Auswirkungen der Kernkraftwerke an der Loire durchgeführt. Für die Studie wurden zwei sich ergänzende Ansätze verwendet:

- Ein qualitativer Ansatz, der sich auf die Daten der Überwachung der Umwelt flussaufwärts und flussabwärts der Standorte stützt, um eventuelle Entwicklungen am Fluss zu ermitteln;
- Ein quantitativer Ansatz der Auswirkungen auf Umwelt und Gesundheit, der auf der Modellberechnung einer Kumulierung der tatsächlichen Schadstofffreisetzungen der Anlagen und der tatsächlichen Durchflussmenge in den Jahren 2016 und 2018 beruht, die jeweils einem durchschnittlichen Jahr und einem Jahr mit einem deutlichen Niedrigwasser entsprechen.

Der qualitative Ansatz belegt, dass die in der Loire vorhandene Radioaktivität hauptsächlich natürlichen Ursprungs ist. In einigen Gewässer-Matrizen ist ein gewisser Einfluss durch flüssige radioaktive Schadstoffe festzustellen, hauptsächlich unmittelbar nach den Einleitungspunkten. Für Tritium und Radiokohlenstoff C¹⁴ zeigt sich eine schrittweise Zunahme der Radioaktivitätslevel in bestimmten Matrizen von Belleville-sur-Loire bis unterhalb von Dampierre-en-Burly, die sich dann aber stabilisiert. Ursache dieser Feststellung sind kumulierte Freisetzungen flüssiger radioaktiver Schadstoffe in den verschiedenen Standorten an der Loire, die nicht vollständig durch die Verwässerung durch die Nebenflüsse der Loire kompensiert werden. Der quantitative Ansatz zeigt, dass der Risiko-Index für die Referenzorganismen weit unter dem Referenzwert liegen und dass das Umweltrisiko durch die Freisetzung flüssiger radioaktiver Schadstoffe somit vernachlässigbar ist.

5.7.5. Artenvielfalt

Die bereits vorgestellte Analyse der Auswirkungen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly auf die Luft und die Klimafaktoren, die Oberflächengewässer und den strahlentechnischen Zustand der Umwelt zeigt keine maßgeblichen Auswirkungen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly auf die ökologischen Eigenschaften der Umwelt auf, die für den Ausdruck der biologischen Vielfalt im gesamten Studiengebiet entscheidend sind.

Der Kraftwerksbetrieb in Dampierre-en-Burly hat keine Auswirkungen auf die schützenswerten Naturgebiete und beeinträchtigt nicht die volle Entfaltung der biologischen Zyklen der Pflanzen- (Wasser-, Sumpf- und Landpflanzen) und Tierarten (Wirbellose, Fische, Amphibien, Reptilien, Vögel, Säugetiere) im Studiengebiet.

Darüber hinaus weist der Kraftwerksbetrieb keine merklichen Auswirkungen auf, weder auf die Arten, die sich im Studiengebiet bewegen oder wandern können (Wanderfische, Zug- und Nistvögel), noch auf die ökologischen Funktionen der im Studiengebiet vorhandenen Lebensräume.

5.7.6. Bevölkerung und deren Gesundheit

■ **Bewertung der dosisbedingten Auswirkungen auf den Menschen**

Die Gesamtauswirkungen der Freisetzung radioaktiver Schadstoffe durch das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly auf die Öffentlichkeit berücksichtigen die interne und externe Exposition durch Freisetzung flüssiger und atmosphärischer radioaktiver Schadstoffe. Sie werden für die Referenzpersonen bestimmt, d. h. die Personen in einem Umkreis von 5 km um das Kraftwerk, bei denen die Exposition potentiell am wahrscheinlichsten ist.

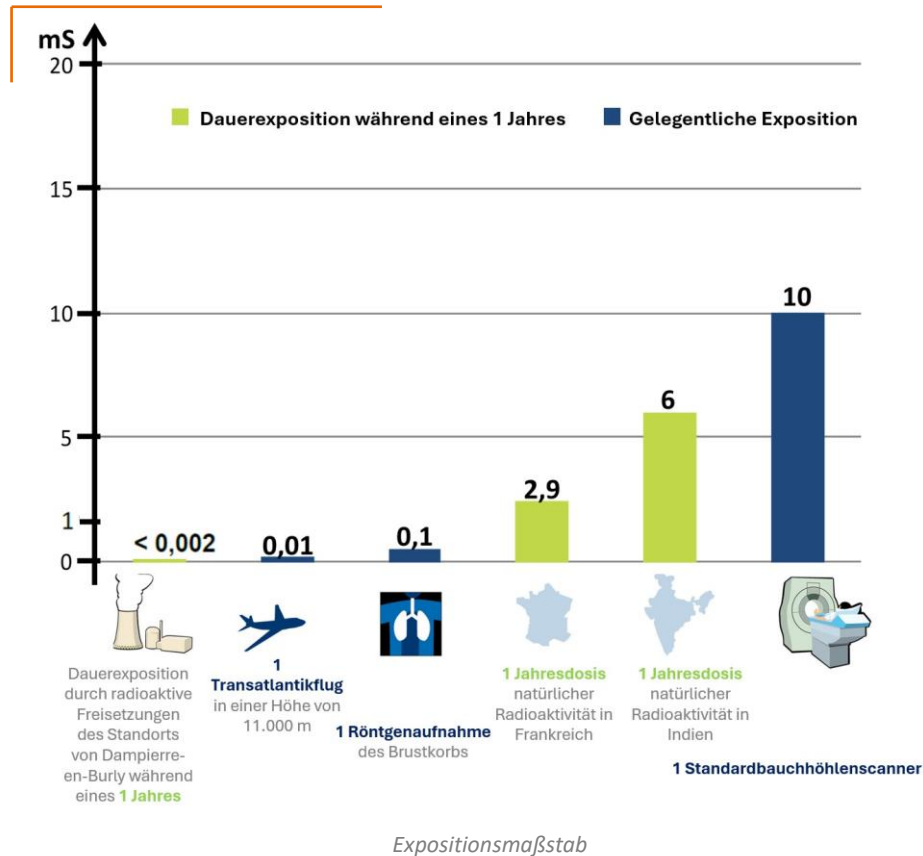
Die jährliche **Gesamtwirkdosis** durch die interne und externe Exposition durch die freigesetzten flüssigen radioaktiven Schadstoffe des Standorts wird geschätzt:

- für Erwachsene auf $1,8 \cdot 10^{-3}$ mSv/Jahr, d. h. weniger als 2 μ Sv/Jahr;
- für zehnjährige Kinder auf $1,4 \cdot 10^{-3}$ mSv/Jahr, d. h. weniger als 2 μ Sv/Jahr;
- für einjährige Kinder auf $1,5 \cdot 10^{-3}$ mSv/Jahr, d. h. weniger als 2 μ Sv/Jahr.

Die **Wirkdosis** misst die biologischen Auswirkungen der Radioaktivität. Sie wird in Sievert (Sv) bzw. meistens in Millisievert (mSv) oder Mikrosievert (μ Sv) angegeben.

Diese Dosen betragen weniger als 0,2 % des jährlichen Expositionsgrenzwerts eines Einwohners, der vom Art. R. 1333-11 des französischen Sozialgesetzbuchs auf 1 mSv festgelegt wird.

Um diese Dosen mit anderen Expositionsarten zu vergleichen, zeigt die folgende Abbildung die Größenordnungen der in normalen Situationen empfangenen Dosen.



■ **Bewertung der Gesundheitsrisiken durch Chemikalienfreisetzungen**

Es wurde nachgewiesen, dass die aktuellen Freisetzungen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly keinen Einfluss auf den chemischen Zustand der Loire haben.

Die prospektive Bewertung der Gesundheitsrisiken (ERPS – Évaluation prospective des risques sanitaires, siehe Abschnitt 5.2) ergab keine Gesundheitsrisiken durch vom Kernkraftwerk von Dampierre-en-Burly verursachte flüssige Chemikalienfreisetzungen auf die benachbarten Bevölkerungsgruppen, die potentiell durch den Verbrauch des Loire-Wassers, durch an Land erzeugte Lebensmittel (Pflanzen, Fleisch und Milch) und in der Loire unterhalb des Standorts gefischter Fische exponiert wären.

Desgleichen weist die Studie auch keine Gesundheitsrisiken durch atmosphärische Freisetzungen von Chemikalienausflüssen im Rahmen des Betriebs des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly für die benachbarten Bevölkerungsgruppen auf, die potentiell die Substanzen einatmen könnten.

STUDIE ÜBER DIE KUMULIERTEN AUSWIRKUNGEN DER KRAFTWERKE AN DER LOIRE

2023 hat EDF eine Studie über die kumulierten Auswirkungen der Kernkraftwerke an der Loire durchgeführt. Für die Studie wurden zwei sich ergänzende Ansätze verwendet:

- Ein qualitativer Ansatz, der sich auf die Daten der Überwachung der Umwelt flussaufwärts und flussabwärts der Standorte stützt, um eventuelle Entwicklungen am Fluss zu ermitteln;
- Ein quantitativer Ansatz der Auswirkungen auf Umwelt und Gesundheit, der auf der Modellberechnung einer Kumulierung der tatsächlichen Schadstofffreisetzungen der Anlagen und der tatsächlichen Durchflussmenge in den Jahren 2016 und 2018 beruht, die jeweils einem durchschnittlichen Jahr und einem Jahr mit einem deutlichen Niedrigwasser entsprechen.

Radiologische Auswirkungen auf die Bevölkerung: die Gesamtdosen aufgrund der Kumulierung flüssiger radioaktiver Schadstofffreisetzungen betragen weniger als 0,1 % des für die Bevölkerung vorgeschriebenen Dosisgrenzwerts von 1 mSv/Jahr.

Gesundheitliche Auswirkungen auf die Bevölkerung: der Auslegungsansatz für den Zustand der Umwelt schließt, dass die kumulierten Ausflüsse in die Loire keinen Einfluss auf die chemische Zusammensetzung des Flusses hat und somit die Kompatibilität des Wassers mit den ermittelten Nutzungsarten nicht beeinträchtigt ist. Die quantitative Bewertung der Gesundheitsrisiken ergibt keine Gesundheitsrisiken durch die flüssigen Chemikalienfreisetzungen, die den Kernkraftwerken entlang der Loire und der Vienne zuzuschreiben sind, für die benachbarten Bevölkerungsgruppen, die potentiell durch die Stoffe exponiert sind.

■ **Nachweis der Begrenzung der mikrobiologischen Risiken**

Die Maßnahmen zur Vorbeugung, Überwachung und Einschränkung der Vermehrung und Verbreitung von Legionellen, die vom Kraftwerk von Dampierre-en-Burly implementiert wurden, erfüllen die Anforderungen der Vorschriften.

Die Überwachung der Legionellen-Konzentration zeigt, dass das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly durch seine vorbeugende Strategie zur Aufbereitung des Wassers durch Einspritzung von Monochloramin in der Lage ist, das Risiko einer Legionellose zu begrenzen.

■ **Bewertung der Auswirkungen der Lärm- und Vibrationsbelastung**

Im Umfeld des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly wurde im Oktober 2016 eine Messkampagne zur Erfassung der Lärmbelastungspegel durchgeführt. Die Ergebnisse der Konformitätsanalysen zeigen, dass die Lärmpegel des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly den in den Vorschriften festgelegten Zielen entsprechen.

Außerdem sind die von dem Betrieb der Anlagen (hauptsächlich von laufenden Maschinen) erzeugten Vibrationen aufgrund der Gebäudekonzepte und der Bodenbeschaffenheit nur im Innern der Anlagen zu spüren. Für die benachbarten Bevölkerungsgruppen besteht somit keinerlei Risiko von Emissionen durch die bestehenden Anlagen.

■ **Bewertung der Auswirkungen der Lichtemissionen**

Die Lichtemissionen am Standort entstehen hauptsächlich durch die Sicherheitsbeleuchtung des Standorts (Schutz gegen unerlaubtes Eindringen, Warnung für Flugzeuge...). Daher sind sie unerlässlich; ihre visuellen Auswirkungen außerhalb des Standorts werden durch die Ausrichtung dieser Leuchten minimiert. Die Auswirkungen der Lichtemissionen sind vernachlässigbar.

5.7.7. Menschliche Aktivitäten

■ **Analyse der Auswirkungen auf die Flächennutzung**

Die Bewertung der gesundheitlichen Auswirkungen der radioaktiven und chemischen Ausflüsse aus dem Kraftwerk von Dampierre-en-Burly zeigt keine dem Kraftwerk von Dampierre-en-Burly zuschreibbaren Gesundheitsrisiken für die potentiell exponierten benachbarten Bevölkerungsgruppen auf.

Die Bewertung der Exposition von Menschen durch die in der Umwelt vorhandenen Freisetzungen radioaktiver und chemischer Ausflüsse des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly bestätigt somit, dass keine maßgeblichen Auswirkungen auf die Bodennutzung auftreten, insbesondere auf die landwirtschaftlich genutzten Flächen und Sachwerte (Wohnstätten, Industriegebiete usw.).

■ **Analyse der Auswirkungen auf die Landschaft und das Kulturerbe**

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly wurde zwischen Februar 1975 und November 1981 errichtet. Somit besteht das Kraftwerk seit ca. vier Jahrzehnten und ist nun Teil der Landschaft. Der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly hat keine Auswirkungen auf die Landschaft und das Kulturerbe. Wie bereits im Abschnitt 5.6 angegeben, sind keine Weiterentwicklungen des Kraftwerks geplant, die diese Schlussfolgerungen für die kommenden 10 Jahre in Frage stellen könnten.

■ **Analyse der Auswirkungen auf die Wassernutzung**

Der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly erfordert diverse Wasserversorgungsbedürfnisse, wobei der Hauptwasserverbrauch der Kühlung der Verflüssiger dient. Die vier Reaktoren sind mit teilweise geschlossenen Verflüssiger-Kühlsystemen und Kühltürmen ausgestattet. Anhand der Kühltürme kann die in der Loire zur Kühlung der Verflüssiger entnommene Wassermenge begrenzt werden. Mit Ausnahme der Mengen, die in den Kühltürmen der Reaktoren 1 bis 4 verdunsten, wird das in der Loire entnommene Wasser auch wieder dorthin zurückgeleitet.

Die Bewertung der gesundheitlichen Auswirkungen der radioaktiven und chemischen Ausflüsse (einschließlich der beim Wasserverbrauch und dem Verzehr von Nahrungsmitteln aufgenommenen Mengen, unter besonderer Berücksichtigung der durch Bewässerung zugeführter Mengen) zeigt keine Gesundheitsrisiken für die potentiell exponierten benachbarten Bevölkerungsgruppen auf, die dem Kraftwerk von Dampierre-en-Burly zuzuschreiben wären.

Der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly hat somit keine Auswirkungen auf die Verfügbarkeit der Wasserressource, und die Art der Ausflüsse stellt die Nutzung des Wassers in der Nähe des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly nicht in Frage.

■ **Analyse der Auswirkungen auf die Infrastrukturen und Kommunikationswege**

Der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly verursacht ein tägliches Verkehrsaufkommen von ca. 2.500 Fahrzeugen, das hauptsächlich aus den Fahrzeugen der Mitarbeiter besteht. Der Lkw-Anteil beträgt 5,9 %.

Der gesamte durch den Betrieb des Kraftwerks verursachte Verkehr entspricht jeweils 49,6 % bzw. 32,2 % (Pkw und Lkw) des gesamten Verkehrs auf den Landstraßen D952 (5.040 Fahrzeuge) und D940 (7.761 Fahrzeuge).

Im Vergleich zum Verkehr auf dem benachbarten Straßennetz kann das vom Kraftwerk verursachte Verkehrsaufkommen als hoch betrachtet werden. Das Kraftwerk verursacht weder Bahnverkehr noch Flussschifffahrt.

■ **Analyse der Auswirkungen auf das Industrieumfeld**

Der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly umfasst keine Wechselbeziehungen zu sonstigen Industrieanlagen im Studiengebiet; er hat keine Auswirkungen auf das Industrieumfeld.

■ **Analyse der Auswirkungen auf Freizeitanlagen und -aktivitäten**

Die Bewertung der gesundheitlichen Auswirkungen der radioaktiven und chemischen Ausflüsse (einschließlich durch den Verzehr von Nahrungsmitteln, die Fischerei usw.) aus dem Kraftwerk von Dampierre-en-Burly zeigt keine dem Kraftwerk von Dampierre-en-Burly zuschreibbaren Gesundheitsrisiken für die potentiell exponierten benachbarten Bevölkerungsgruppen auf.

Daher hat der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly keine maßgeblichen Auswirkungen auf Freizeitanlagen und -aktivitäten.

■ **Analyse der Auswirkungen auf sonstige Nutzungen**

Die weiteren erfassten Nutzungen sind hauptsächlich die gewerbliche Fischerei und die Aquakultur. Die Bewertung der gesundheitlichen Auswirkungen der radioaktiven (einschließlich durch den Verzehr von Nahrungsmitteln, die Fischerei usw.) und chemischen (durch den Wasserverbrauch, die Fischerei usw.) Ausflüsse aus dem Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly zeigt keine Gesundheitsrisiken für die potentiell exponierten benachbarten Bevölkerungsgruppen auf.

Daher hat der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly keine maßgeblichen Auswirkungen auf sonstige festgestellte Nutzungen (gewerbliche Fischerei und Aquakultur).

■ **Analyse der Auswirkungen auf den Energieverbrauch**

Der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly dient der Erzeugung von elektrischer Energie: die für das Jahr 2024 berechnete Bruttoenergieerzeugung beläuft sich auf 20,78 TWh.

Der Stromverbrauch des Kraftwerks liegt in einer Größenordnung von ca. 140 GWh, d. h. weniger als 0,7 % der vom Kraftwerk erzeugten elektrischen Energie.

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly verfügt auch über Diesel-Notstromaggregate. Deren ordnungsgemäße Funktion wird durch periodische Probeläufe gewährleistet. Von 2017 bis 2019 lag der mit diesen Probeläufen verbundene jährliche Kraftstoffverbrauch bei durchschnittlich etwa 234 m³ Heizöl.

5.7.8. Abfallmanagement

5.7.8.1. Erzeugte Abfälle

Für seine Tätigkeiten zur Stromerzeugung, Anlagenwartung, Lagerung der Abfälle und Logistik erzeugt der Betrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly zwei Arten von Abfällen: radioaktive Abfälle und konventionelle Abfälle.

- Radioaktive Abfälle werden entsprechend ihrer Radioaktivitätsklasse und der Halbwertszeit der enthaltenen Radionuklide eingestuft. Sie stammen aus:
 - Der Aufbereitung radioaktiver Ausflüsse: Filter, Aktivkohle, Verdampfungskonzentrate, Wasserfilter, Ionentauscherharze, Schlamm...
 - Den Maßnahmen zum Handling der Brennelemente: Bündel, Stabhüllen, Brennelementgestelle...
 - Den normalen Wartungsmaßnahmen: radioaktive Ausschussteile aus der Mechanik, Werkzeug, Stoffabfälle...
- Die konventionellen Abfälle sind Abfälle, die in den Bereichen ohne radioaktive Stoffe erzeugt werden. Sie bestehen aus inerten Abfällen (Schutt, Erde...), nicht inerten ungefährlichen Abfällen (Holz, Verpackungen, Papier, Karton, Glas, Kunststoff, Metalle...) und gefährlichen Abfällen (Lacke, Kohlenwasserstoffabfälle, Asbest...).

WEITERE INFORMATIONEN ÜBER ... DEN ZYKLUS DER BrenNELEMENTE IN FRANKREICH

Der Hauptbrennstoff, der in Kernreaktoren verwendet wird, ist Uran, eine natürliche Ressource. Der „Brennelementezyklus“ bezeichnet sämtliche Industrieschritte, die die Brennelemente betreffen, vom Abbau des Erzes bis zur Lagerung der radioaktiven Abfälle aus den verbrauchten Brennstäben.

Der Brennelementezyklus besteht aus drei Schritten:

- Erste Phase des Zyklus: das Uran wird abgebaut, mittels eines chemischen Verfahrens in einen gasförmigen Zustand umgewandelt und angereichert. Dieses Material wird als Kernbrennstofftablette in hermetisch verschlossene Metallrohre eingesetzt, die zu Brennelementbündeln aus angereichertem Natururan (UNE – Uranium naturel enrichi) zusammengebaut werden.
- Zentrale Phase des Zyklus: diese Brennelementbündel werden in die Reaktoren geladen und vier bis fünf Jahre lang verwendet, um elektrischen Strom zu erzeugen.
- Letzte Phase des Zyklus: Nach diesem Zeitraum werden die Brennelementbündel ausgebaut und während einer ersten Phase zum Abbau der Wärme und Radioaktivität im Abklingbecken des Brennelementelagers des Kraftwerks zwischengelagert. Anschließend werden die Brennelementbündel nach der Aufbereitung in einem „geschlossenen Zyklus“ recycelt, wobei die recyclebaren Energieträger der verbrauchten Brennelemente (Plutonium und Uran) extrahiert und nur die Abfälle als solche betrachtet werden, die nicht wiederverwertbar sind.
- Aufgrund der Entscheidung der französischen Regierung für ein Recycling im „geschlossenen Zyklus“ können Ressourcen gespart und das erzeugte Abfallvolumen reduziert werden.



5.7.8.2. Modalitäten und Sektoren für das Abfallmanagement

Die verschiedenen Schritte für das Abfallmanagement sollen die Zumutbarkeit der Abfälle durch den oder die Sektoren gewährleisten, für die sie bestimmt sind, und die jeweiligen Auswirkungen verringern. Die Schritte des Abfallmanagements: Sortierung vor Ort, Sammeln, Prüfen, Verpackung und Abtransport.

■ **Radioaktive Abfälle**

Die radioaktiven Abfälle werden vor Ort nach Ortsdosisleistung (DeD – Débit d'équivalent de dose) – unter oder über 2 mSv/h bei Kontakt –, ihrem physikalischen Zustand (Feststoff oder Flüssigkeit), ihrer physikalischen Art und ihrem Produktionsort sortiert.

Sie werden an verschiedenen Stellen gesammelt, geprüft und verpackt, damit sie die Anforderungen der Spezifikationen des Sektors erfüllen, für den sie bestimmt sind (z. B. Verpackung in Betonverschalungen, Metallfässern oder Kunststoffbehältern für technologische, nur schwach radioaktive Abfälle, im Big-Bag oder Kisten für technologische, nur sehr schwach radioaktive Abfälle).

Die Zwischenlagerbereiche und -anlagen sowie die Zwischenlager-Referenzdauern von radioaktiven Abfällen berücksichtigen die Art und Radioaktivität der Abfälle sowie die Eigenschaften der Anlagen und Bereiche für die dazugehörigen Zwischenlagereinrichtungen und Bereiche.

Nach der Zwischenlagerung werden die Abfälle des Standorts entsprechend ihrer Eigenschaften den jeweiligen Sektoren der nationalen Behörde für die Verwaltung radioaktiver Abfälle (ANDRA – Agence nationale pour la gestion des déchets radioactifs) und von Cyclife France (CENTRACO) zugeführt:

- Der Verbrennungssektor von Cyclife France (**CENTRACO**) zur Aufbereitung sogenannter „technologischer“ Abfälle (Vinyl, Papier, Lappen...), Ionentauscherharze, wässrige Ausflüsse, borhaltige Konzentrate, Öle und Lösemittel;
- Der Verbrennungssektor von Cyclife France (CENTRACO) zur Aufbereitung eisenhaltiger Metallabfälle und gemischter Abfälle sowie bestimmter massiver Teile, unter der Voraussetzung der Annahme der Anfrage;
- Der Lagerungssektor der ANDRA mit der Lagerstätte im Département Aube (CSA – Centre de stockage de l’Aube) oder des Industriezentrums mit Sammelzwischenlager- und -lagerstätte (CIRES – Centre industriel de regroupement d’entreposage et de stockage) sammeln, bereiten ggf. auf und lagern Abfälle mit sehr schwacher bis mittlerer Radioaktivität.

Das Aufbereitungs- und Verpackungszentrum **CENTRACO** (CENTre de TRAitement et de COnditionnement) ist eine Industrieanlage zur Aufbereitung von sehr schwach bis mäßig radioaktiven Abfällen mit kurzer Halbwertszeit.



©EDF

CENTRACO-Lebenszyklus – Trennen mit dem Schneidbrenner vor dem Einschmelzen

■ Konventionelle Abfälle

Konventionelle Abfälle werden in einer minimalen Entfernung vom Ort ihrer Erzeugung gesammelt. Bestimmte Abfälle werden im Überführungslager für konventionelle Abfälle am Standort gesammelt und zwischengelagert, bevor sie nach einer Kontrolle an den C3-Portalen (Strahlenschutzprüfgerät zur Gewährleistung, dass am Standortausgang keine Kontamination vorhanden ist) weitergeleitet werden.

Die vom Kraftwerk von Dampierre-en-Burly für konventionelle Abfälle eingesetzten Sektoren werden in zwei Arten unterteilt: der Abfallbeseitigungssektor und der Wiederverwertungssektor.

Die Wahl des Sektors wird von den drei folgenden Prinzipien bestimmt:

- Der Hierarchie der Abfallaufbereitungsmethoden, die vorzugsweise in der folgenden Reihenfolge zur Anwendung kommen: Wiederverwendung, Recycling, sonstige Wiederverwertungen (insbesondere für die Wärmegegewinnung) und Abfallbeseitigung;
- Dem Prinzip der Standortnähe;
- Der Eignung der lokalen/regionalen/nationalen Vorbeugungs- und Abfallmanagementpläne

5.7.9. Maßnahmen zur Vermeidung und Minimierung der Auswirkungen und Kompensierungsmaßnahmen

↳ ERC-MESSUNGEN

Die Reihenfolge „Vermeiden, verringern, kompensieren“ (ERC – Éviter, réduire, compenser) soll Umweltschäden vermeiden, diejenigen verringern, die nicht hinreichend vermieden wurden, und nach Möglichkeit die maßgeblichen Auswirkungen kompensieren, die weder vermieden noch hinreichend verringert werden konnten.

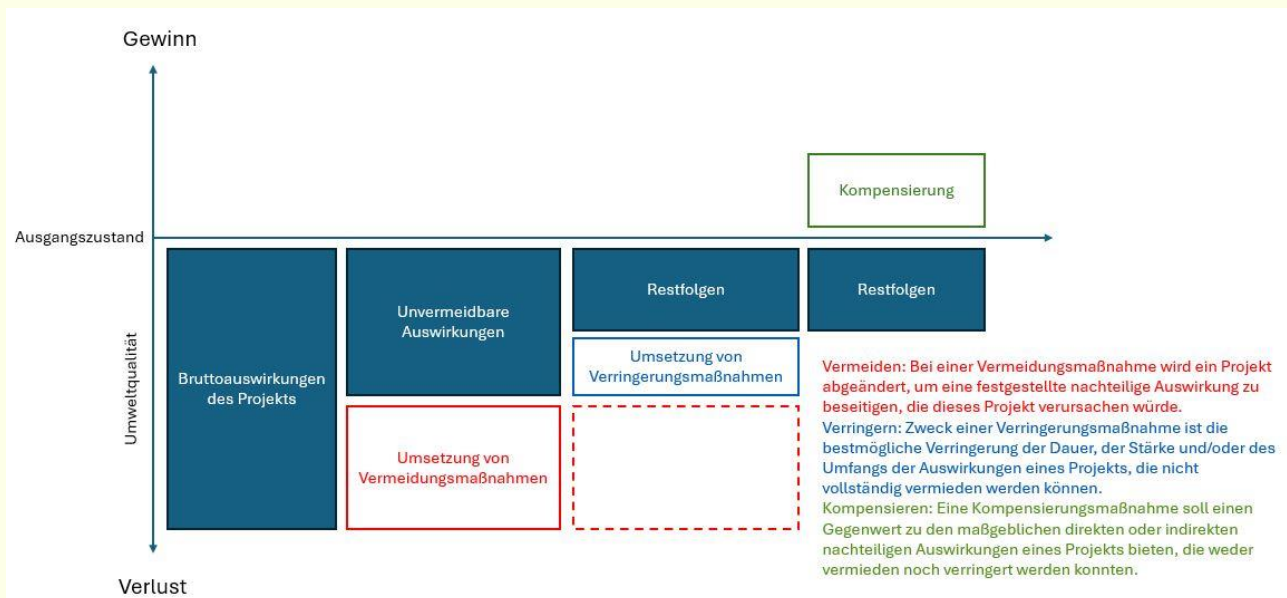


Abbildung der ERC-Sequenz in der französischen Rechtsprechung (Quelle: environnement.gouv.fr)

■ Luft und Klimafaktoren

Da keine maßgeblichen Auswirkungen auf die Luftqualität und das Klima festzustellen sind, werden keine Maßnahmen zur Vermeidung bzw. Verringerung oder Kompensierung der Auswirkungen vorgeschlagen.

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly ergreift Maßnahmen zur Einschränkung der Treibhausgasemissionen (Implementierung eines landesweiten Plans zur Begrenzung der Freisetzen von SF₆, einem Gas, das in elektrischen Anlagen als Dielektrikum verwendet wird.).

Außerdem werden die folgenden Maßnahmen ergriffen, um die CO₂-Emissionen durch den Transport der Mitarbeiter des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly zu verringern:

- Erwerb von Elektrofahrzeugen für die täglichen Umweltüberwachungsfahrten.
- Einrichtung einer Shuttle-Linie.
- Errichtung von 12 Ladestationen zur Förderung der Verwendung von Elektrofahrzeugen.
- Bereitstellung von Fahrrädern für Fahrten in bestimmten Bereichen des Kraftwerks.
- Errichtung von 200 Ladestationen für Elektro- oder Hybridfahrzeuge im Kraftwerk im Rahmen des EV100-Programms von EDF.

Außerdem richtet EDF ENR in Bâle eine Photovoltaik-Beschattungsanlage zur Erzeugung erneuerbarer Energie ein.

■ Oberflächengewässer

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly ergreift seit mehreren Jahren Maßnahmen zur Verringerung seines Wasserverbrauchs aus der Loire. Dazu optimiert es die Entnahmeeinrichtungen (Lecksuche, Pumpsysteme usw.), die Steuerung der Abschalt- und Wiederanlaufphasen der Reaktoren, die einen hohen Wasserverbrauch verursachen, den

Betrieb der Entsalzungsstation (lokaler Plan zur vorbeugenden Wartung, Sensibilisierung der Verbraucher) oder den Umbau von Anlagen (Süßwasseransaugsysteme).

Das Kraftwerk ergreift auch Maßnahmen zur optimierten Begrenzung seiner Ausflüsse durch Verringerung ihrer Erzeugung am Entstehungspunkt, durch selektives Sammeln, durch Aufbereitung in leistungsstarken Anlagen, durch Optimierung der Aufbereitung der Leitungssysteme, um Freisetzung von Chemikalien auf das absolute Minimum zu beschränken und durch fortgesetzte Einbeziehung der verschiedenen Akteure.

Das vom Kraftwerk im Rahmen der ISO 14001-Zertifizierung eingerichtete Umweltmanagementsystem (Système de management de l'environnement – SME) hält jedes Gewerk dazu an, die jeweiligen Nachteile zu bewältigen.

■ **Böden und Grundwasser**

Die wichtigsten Maßnahmen zur Vermeidung von Auswirkungen auf die Böden und das Grundwasser zielen darauf ab, die Risiken einer Freisetzung in den Boden und das Grundwasser auf ein Minimum zu reduzieren. Dazu werden spezielle Anlagen für den Umgang mit den Stoffen, die die Böden und das Grundwasser belasten könnten, gebaut, betrieben und gewartet.

Die Lagerung und Verwendung von Gefahrstoffen unterliegen strengen Vorschriften. So erfolgt die Lagerung unter maximalen Vorbeugungsmaßnahmen, um ihre Freisetzung in die Umwelt zu verhindern (Sammelbecken, Verlagerung in abgedichtete Bereiche). Strategische Bereiche werden für den Fall von Freisetzungen mit Schadstoffsammelsets ausgestattet. Die Konstruktion der Grundwasserpumpenanlagen sorgt für die Abdichtung zwischen der externen Umwelt und dem Grundwasser, um die Kontamination des Grundwassers bei zufälligen Freisetzungen im Bereich der Anlagen zu vermeiden.

Außerdem verfügt das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly über Mittel zur Vermeidung und Minimierung der potenziellen Auswirkungen des Anlagenbetriebs, die entweder schon bei der Planung oder nachträglich im Rahmen der kontinuierlichen Verbesserung der Anlagen implementiert wurden. Zur effizienten Überwachung des Grundwasserzustands und frühzeitigen Erkennung möglicher Störfälle wurde ein Netzwerk aus Piezometern eingerichtet.

■ **Radioökologie**

Die implementierten Entwicklungs- und Betriebsmaßnahmen dienen der Begrenzung der Freisetzungen radiologischer Ausflüsse:

- Durch Verringerung der Schadstoffmengen an der Quelle (Recycling der Ausflüsse des Primärkreises, Verbesserung der Abdichtung der Brennstabhüllen, Brennstabhüllen aus Zirkoniumlegierung, die fast das gesamte bei der Spaltung entstehende Tritium im Innern der Brennstäbe isoliert);
- Durch **Filterung** oder eine spezielle Aufbereitung vor der Freisetzung (z. B. Ionentauscherharz);
- Durch Optimierung der Aktivitätskonzentration der in den Ausflüssen vorhandenen Radionukleide anhand des **radioaktiven Zerfalls** dieser Radionukleide;
- Durch Steuerung der Freisetzungen.

Die **Filterung** dient dazu, den Großteil der Radionukleide vor ihrer Freisetzung auszufiltern. Die Kernkraftwerke von EDF sind mit hochwirksamen Filtern (THE – Très haute efficacité) ausgestattet.

Der **radioaktive Zerfall** bezeichnet die Verringerung der Radioaktivität eines radioaktiven Stoffs durch spontane Zersetzung im Laufe der Zeit.

■ **Artenvielfalt**

Zusätzlich zu den bereits vorgestellten Maßnahmen werden im Rahmen der Baggararbeiten im Zulaufkanal besondere Maßnahmen für die Fauna und Flora vorgeschlagen, insbesondere die Vermeidung von Arbeiten während der Brutzeit der möglicherweise betroffenen wirbellosen Wasserlebewesen, Fische und oder Amphibien.

■ **Bevölkerung und deren Gesundheit**

Die Maßnahmen zur Vermeidung und Reduzierung der Auswirkungen der Freisetzungen in die Atmosphäre und die Oberflächengewässer wurden bereits erläutert.

In Bezug auf die Lärmbelastung werden bereits während der Entwicklung Maßnahmen zur Verringerung der Lärmbelastungsquellen ergriffen. An bestimmten kernsicherheitsrelevanten Anlagenteilen werden im Rahmen der periodischen Prüfungen Messungen durchgeführt. Es werden auch Maßnahmen zur Begrenzung der potentiellen Lärmbelastung durch temporäre Anlagen oder Versuche ergriffen (Wahl der am wenigsten störenden Zeitfenster, Durchführungsorte, Wahl der Verfahren oder Gerätschaften, Einrichtung von Lärmschutzvorrichtungen).

Hinsichtlich der Lichtemissionen durch die Beleuchtungen werden Maßnahmen zur Verringerung der Belästigung ergriffen: Ausrichtung der Leuchten zum Kraftwerksstandort hin und auf den Boden, Begrenzung der Beleuchtung auf das für die Sicherheit des Kraftwerksareals nötige Minimum und außerhalb der Arbeitszeiten.

■ **Menschliche Aktivitäten**

Da die Rückleitungen und Entnahmen keine merklichen Auswirkungen auf die menschlichen Tätigkeiten verursachen, werden außer den in den anderen Abschnitten beschriebenen keine zusätzlichen Maßnahmen zur Vermeidung und Verringerung der Folgen umgesetzt.

Um die vom Kraftwerk von Dampierre-en-Burly genutzte Fläche zu minimieren wurde die Anordnung der Anlagen bereits während der Planungsphase so strukturiert, dass sie möglichst wenig Raum einnehmen und so weit wie möglich die bereits vorhandene Infrastruktur nutzen.

■ **Abfallmanagement**

Das Konzept des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly ermöglicht ein optimiertes Abfallmanagement, das auf folgenden Punkten beruht:

- Der Verringerung der Menge und Schädlichkeit der Abfälle an der Quelle;
- Der Sortierung und selektive Sammlung der Abfälle;
- Der Überwachung der Einhaltung aller Vorschriften bezüglich des Abfallmanagements;
- Der Verringerung des Gefahrenpotenzials der industriellen und konventionellen Abfälle;
- Der Optimierung der Verpackung der Abfälle, insbesondere durch Verringerung des Volumens (Verdichtung, Shreddern, Zerkleinerung) oder die Aufbereitung zur Weiterleitung an die entsprechenden Sektoren (Kübel für konventionelle Abfälle, Metall- oder Kunststofffässer für schwach radioaktive technologische Abfälle);
- Der Verkürzung der Zwischenlagerungsdauer der Abfälle am Standort und des zeitnahen Abtransports der Packstücke. Dieses Prinzip ermöglicht außerdem den einfacheren Umgang mit ungewöhnlich hohen Abfallmengen (insbesondere bei Wartungsmaßnahmen während der Reaktorstilllegung) oder einer zeitweiligen Unverfügbarkeit der Sektoren;
- Der Bevorzugung einer Recycling- oder Aufbereitungslösung.

5.7.10. Auswirkungen der Stilllegung des Kraftwerks auf den Klimawandel

Im Falle einer hypothetischen endgültigen Stilllegung des Kraftwerks verringern sich die Auswirkungen auf die Umwelt unter anderem aufgrund der geringeren Wasserentnahme- und Freisetzungsmengen. Wie bereits erläutert, sorgen das Konzept, die ständigen Verbesserungen, die während des 40jährigen Betriebs implementiert wurden, die Maßnahmen für die Artenvielfalt und die Kontrolle des Betriebs dafür, dass der normale Betrieb des Kraftwerks keine maßgeblichen negativen Auswirkungen auf seine Umwelt verursacht. Seine Stilllegung würde keine nennenswerten Vorteile für die Umwelt bieten. Andererseits würde die Stilllegung des Kraftwerks zu einer deutlichen Zunahme der Treibhausgasfreisetzungen führen,

da die Erzeugung von Strom durch Kernenergie nur sehr wenig Treibhausgase freisetzt. 4 Gramm CO₂-Äquivalent pro kWh gemäß der [Lebenszyklusanalyse \(ACV\) der kWh aus Kernkraft](#) für den gesamten Lebenszyklus des aktuellen französischen Kraftwerksparks, im Verhältnis zu einem Durchschnittswert von 224 g CO₂/kWh für den europäischen Energiemix (<https://www.statistiques.developpement-durable.gouv.fr/edition-numerique/chiffres-cles-du-climat/fr/>).

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly erzeugt durchschnittlich ca. 20 TWh/Jahr Strom, wobei weniger als 80.000 Tonnen CO₂ freigesetzt werden.

Im Falle einer endgültigen Stilllegung des Kernkraftwerks von Dampierre-en-Burly würde der CO₂-Ausstoß zur Erzeugung der gleichen Menge Strom aus dem europäischen Energiemix auf etwa 4,5 Millionen Tonnen CO₂¹⁴ ansteigen.

¹⁴ Ausgehend von der CO₂-Absorptionskapazität von ca. 4 T CO₂/ha/Jahr eines Laubwaldes müssten mehr als eine 1.100.000 Hektar (110 km x 100 km) Wald gepflanzt werden, um die Freisetzung dieser zusätzlichen CO₂-Menge in die Atmosphäre zu kompensieren.



Im Falle eines Kernreaktorunfalls können potentiell gesundheitsschädliche radioaktive Stoffe in die Umwelt entweichen.

Dieses Kapitel beschreibt die Auswirkungen auf den Menschen und die Umwelt aufgrund eventueller radiologischer Störfälle und Unfälle. Zur Prüfung des Konzepts von Kernkraftanlagen gelten in Frankreich Höchstwerte für die radiologischen Folgen oder Maximaldosiswerte, die unter Berücksichtigung der Häufigkeit von Unfällen festgelegt werden. So gelten zum Beispiel für Störfälle mit mäßiger Häufigkeit (ein Unfall in über 100 Betriebsjahren) Dosen, die durch das französische Sozialgesetzbuch festgelegt sind. Bei sehr hypothetischen schwereren Unfällen mit Kernschmelze, zum Beispiel, müssen die Folgen räumlich und zeitlich begrenzt bleiben und mit dem Management der Situation durch die Behörden kompatibel sein, um die Bevölkerung zu schützen. Daher wurden die Störfälle und Unfälle, auch solche mit Kernschmelze, bei der Entwicklung und dem Betrieb des Kraftwerks berücksichtigt, damit ihre Folgen verringert und eingeschränkt werden können.

Grenzüberschreitende Auswirkungen sind nur bei Unfällen mit Kernschmelze wahrscheinlich. Während des normalen Betriebs oder sonstiger Unfälle sind diese Auswirkungen tatsächlich vernachlässigbar. Ein solcher Unfall mit Kernschmelze ist ein sehr unwahrscheinliches extremes Ereignis, das nur bei einem Ausfall mehrerer Schutzsysteme und Steuerungssysteme des Reaktors auftreten kann. Die Auswirkung der Ausbreitung radioaktiver Stoffe in einem Umkreis von bis zu 1.000 km um das Kraftwerk im Falle eines Unfalls mit Kernschmelze wurde gemäß dem Prinzip des „Worst Case“ untersucht.

Nach der endgültigen Stilllegung des Reaktors werden die verbrauchten Brennelemente während der Rückbauvorbereitungsphase aus dem Reaktor in das Lagerbecken überführt. Danach ist die Möglichkeit eines Unfalls mit Kernschmelze nicht mehr gegeben (siehe 4.4).

6.1. Anforderungen hinsichtlich der radiologischen Folgen

6.1.1. Ansatz zur Bewertung der radiologischen Folgen

Um zu prüfen, dass die (in 4 Kategorien eingestuft) zusätzlichen oder Bemessungsstörfälle und -unfälle, oder die Unfälle mit Kernschmelze – auch in einem grenzüberschreitenden Kontext – nur begrenzte radiologische Folgen für die Bevölkerung haben, werden die Ergebnisse der Dosisberechnungen mit den an die untersuchte Situation angepassten Dosisgrenzwerten verglichen. Da die für eine Kernkraftanlage möglichen Auslöser nicht die gleichen Wahrscheinlichkeiten eines Auftretens aufweisen, müssen die erlittenen radiologischen Folgen umso geringer sein, je höher die Wahrscheinlichkeit eines Unfalls ist.

Außerdem werden diese Dosisgrenzwerte auch hinsichtlich des zu betrachtenden Zeitraums untersucht:

- Die Dosis für die kurzfristige Phase des Unfalls, die auf 24 Stunden und auf 7 Tage berechnet wird,
- Und die langfristige Dosis, die für die strahlenempfindlichste Bevölkerung auf 50 Tage berechnet wird.

Diese Dosen werden für die Entfernung berechnet, in der sich bei den Kraftwerken der 900 MWe-Klasse oder den konventionellen Kraftwerken die nächstgelegenen Wohnstätten befinden (650 m bzw. 2, 5 und 10 km). Bei den Reaktoren von Dampierre-en-Burly befinden sich die betrachteten Wohnstätten in einer Entfernung von 650 m.

Die Bewertung der radiologischen Folgen von Unfällen beruht auf einer annehmbar pessimistischen Bewertung der Freisetzungen in die Umwelt, unter Berücksichtigung aller Übertragungswege von den Brennelementen bis zu den Grenzen der Anlagen. Die Dosen aufgrund der freigesetzten radioaktiven Stoffe werden dann auf der Grundlage realistischer Szenarien bewertet, ohne dabei eventuelle Schutzmaßnahmen zu berücksichtigen. Dies betrifft insbesondere die folgenden Dosen:

- Die kurz- oder langfristige Gesamtwirkdosis (oder Gesamtkörperdosis)
- Die für die kurzfristige Phase geschätzte schilddrüsenäquivalente Dosis.

Die Bewertung der Wirkdosen berücksichtigt alle internen und externen Expositionswege (Wolke, Ablagerungen, Einatmen und Verschlucken).

Um die Auswirkungen der freigesetzten Radioaktivität auf den Menschen und die Umwelt möglichst umfassend beurteilen zu können, wird die Messung der Dosen durch eine Bewertung des Abstands vervollständigt, unter dem die Kontamination der Nahrungsmittel (insbesondere bei Milch und Pflanzen) die in der Europäischen Union geltenden Grenzwerte für die Vermarktung überschreitet (maximal zulässige Level (NMA – Niveaux maximaux admissibles)).

Alle diese Dosimetrie-Bewertungen berücksichtigen die Unsicherheiten aufgrund mangelnder Kenntnisse. Es wurden keine Kenntnislücken festgestellt, die eine aussagekräftige Bestimmung dieser Dosen verhindern könnten, deren Ergebnisse im Folgenden näher beschrieben werden.

6.1.2. Anforderungen an die Ergebnisse

Bezugswerte der maximalen radiologischen Folgen:

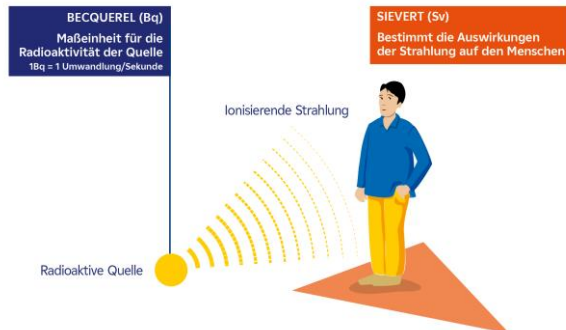
- 1. Kategorie – Normalbetrieb: Einhaltung der vom französischen Sozialgesetzbuch festgelegten Dosisgrenzwerte; die Beachtung dieser Werte wird durch die Einhaltung der in den Beschlüssen der Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection (ASNR – Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz) festgelegten Freisetzungsgrenzwerten für radioaktive Stoffe gewährleistet.
- 2. Kategorie – Mäßig häufige Störfälle: Beachtung der dem Kraftwerk zugestandenen jährlichen Freisetzungen für jeden Störfall der 2. Kategorie. Die Auswirkungen dieser Freisetzungen übersteigen an der Standortgrenze nicht den Wert von 1 mSv/Jahr.
- 3. Kategorie – Sehr selten auftretende Unfälle: kurzfristige Wirkdosis < 10 mSv.
- 4. Kategorie – Hypothetische Unfälle: kurzfristige Wirkdosis < 50 mSv.

Öffentliches Anhörungsverfahren für die Reaktoren von Dampierre-en-Burly

Dokument 3bis – Dokument bezüglich der Auswirkungen auf die Umwelt, die mit dem Betrieb des Reaktors während der nächsten zehn Jahre verbunden sind

- Zusätzliche Ereignisse und Unfälle: kurzfristige Wirkdosis < 50 mSv.

MAßEINHEITEN DER RADIOAKTIVITÄT



Diese Beschreibung beschränkt sich auf die am häufigsten verwendete Einheiten:

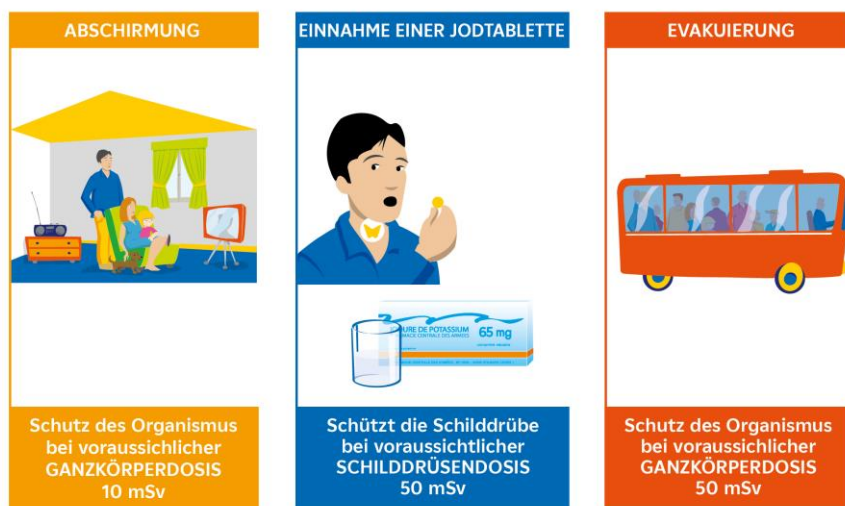
- Das **Becquerel (Bq)** misst die Radioaktivität der Quelle, d. h. die Anzahl Kernumwandlungen pro Sekunde. Diese Einheit ist extrem klein: Die Radioaktivität von Granit beispielsweise beträgt 1.000 Bq/kg.

- Das **Sievert (Sv)** gibt die Auswirkungen der Strahlung auf den Menschen an. Die Exposition wird im Allgemeinen in Millisievert (mSv) oder Mikrosievert (µSv) angegeben.

Beispiel: in Frankreich liegt die Exposition einer Person durch natürliche Radioaktivität im Durchschnitt bei 3 mSv pro Jahr.

Im Hinblick auf die **kontinuierliche Verbesserung** zielt die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung darauf ab, möglichst bei allen Bemessungsunfällen oder zusätzlichen Ereignissen oder Unfällen auf die Implementierung von Schutzmaßnahmen für die Bevölkerung (Abschirmung, Evakuierung, Verabreichung von stabilem Jod) verzichten zu können. Die Ergebnisse werden mit Bezugswerten verglichen, die den Einsatzleveln bei radiologischen Notstandssituationen entsprechen:

- Eine Wirkdosis von 10 mSv für die Abschirmung,
- Eine Wirkdosis von 50 mSv für die Evakuierung,
- Eine schilddrüsenäquivalente Dosis von 50 mSv für die Verabreichung von stabilem Jod.

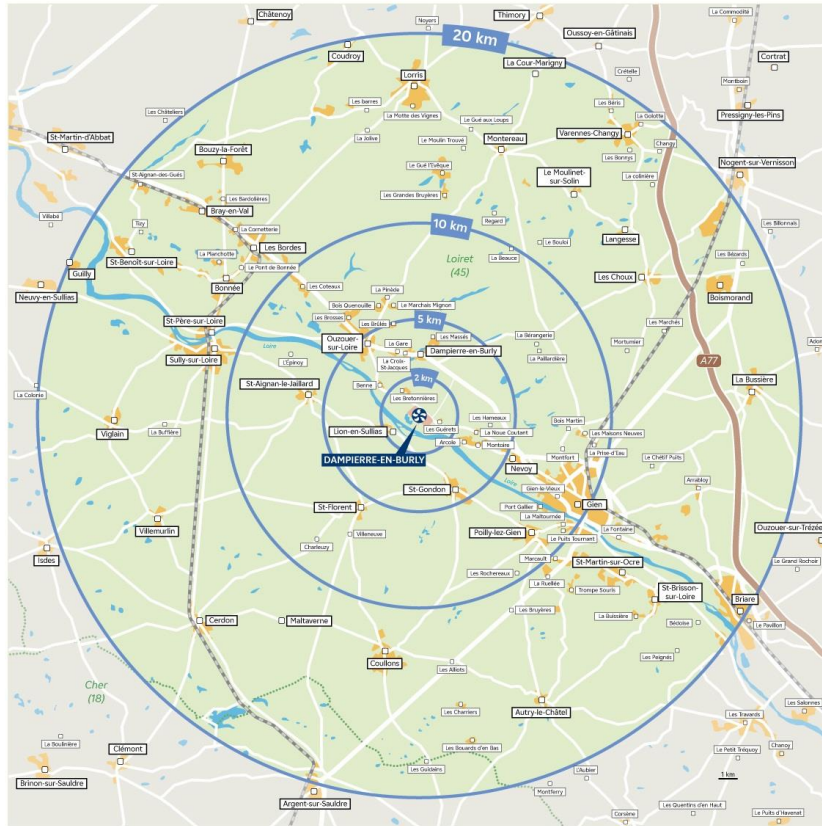


Bei den **langfristigen Gesamtwirkdosen** aus Unfällen entspricht der festgelegte Referenzwert dem Dosisgrenzwert aus dem französischen Arbeitsgesetzbuch, d. h. 1 Sv (Grenzwert im Verhältnis zu der von einem Arbeitnehmer für die Gesamtlebensdauer erhaltene Gesamtwirkdosis bei radiologischen Notstandssituationen, Artikel R. 4451-9).

6.2. Radiologische Folgen

Die folgende Karte zeigt die Bereiche, die von den in diesem Abschnitt genannten Abstände betroffen sind.

KERNKRAFTWERK VON DAMPIERRE-EN-BURLY (LOIRET)



Gemeinden innerhalb
eines Umkreises von 20 km



□ Gemeinde
□ Weiler

6.2.1. Radiologische Folgen der Bemessungsunfälle

Ergebnisse für Störfälle der 2. Kategorie

Die Störfälle der 2. Kategorie entsprechen auslösenden Ereignissen mit einem mäßigen jährlichen Aufkommen im Laufe der Lebensdauer des Kraftwerks (ein Störfall für maximal 100 Betriebsjahre), die zur Implementierung eines Schutzsystems führen. In diesen Szenarien ist die Integrität der Schutzhüllen gewährleistet.

Die Werte der Gesamtwirkdosen und kurzfristigen schilddrüsenäquivalenten Dosen für die strahlenempfindlichsten Bevölkerungsgruppen liegen in einem Abstand von 650 m (erste Wohnstätten bei sämtlichen Kraftwerken der 900 MWe-Klasse) in der Größenordnung einiger Dutzend μSv und damit weit unter dem Bezugswert der 2. Kategorie. Die kurzfristigen Ergebnisse der Studien über die radiologischen Folgen von Unfällen der 2. Kategorie werden nachfolgend für die in dieser Kategorie beschriebenen Szenarien zusammengefasst:

	Kurzfristige Gesamtwirkdosis (mSv)
Bezugswerte	1 mSv
Verlust aller externen Stromversorgungen	$5,0 \cdot 10^{-4}$ mSv
Unbeabsichtigtes Öffnen eines Ventils im Sekundärkreis (OISS) oder Bruch einer Dampfleitung	$1,5 \cdot 10^{-3}$ mSv

Bei Störfällen der 2. Kategorie ist die Gesamtwirkdosis im Bereich der ersten Wohnstätten für alle Kraftwerke der 900 MWe-Klasse auf $5,3 \cdot 10^{-2}$ mSv/Jahr begrenzt.

Ergebnisse für Unfälle der 3. Kategorie

Die Unfälle der 3. Kategorie entsprechen auslösenden Ereignissen mit einem geringen jährlichen Aufkommen im Laufe der Lebensdauer des Kraftwerks (ein Unfall für 100 bis 10.000 Betriebsjahre), die zu begrenzten Sachschäden an einem geringen Prozentsatz der Brennelementbündel führen können. Die geometrische Struktur des Reaktorkerns bleibt bestehen, so dass seine Kühlung weiterhin gewährleistet ist. Die Integrität der Reaktorschutzhülle bleibt bestehen, der Bruch einer Leitung des Dampferzeugers führt lediglich zur Umgehung der 3. Schutzhülle.

Folgende kurzfristige radiologische Folgen solcher Unfälle der 3. Kategorie für die strahlenempfindlichsten Bevölkerungsgruppen in einem Abstand von 650 m (erste Wohnstätten bei sämtlichen Kraftwerken der 900 MWe-Klasse) sind möglich:

	Gesamtwirkdosis (mSv)	Schilddrüsenäquivalente Dosis (mSv)
Bezugswerte	10 mSv	50 mSv
Verlust des Kältemittels im Primärkreis (kleiner Riss mit einem Durchmesser von max. 25 mm)	$5,7 \cdot 10^{-3}$ mSv	$1,0 \cdot 10^{-1}$ mSv
Entnahme eines einzigen Bündels zur Leistungsregelung	$9,1 \cdot 10^{-1}$ mSv	6,9 mSv
Bruch des Behälters zur Volumen- und Chemikalienprüfung	$3,1 \cdot 10^{-2}$ mSv	$3,0 \cdot 10^{-4}$ mSv
Bruch des Behälters zur Lagerung gasförmiger Ausflüsse	$1,9 \cdot 10^{-1}$ mSv	$2,0 \cdot 10^{-2}$ mSv
Bruch einer Leitung des Dampferzeugers (RTGV – Rupture de tube de générateur de vapeur)	$8,9 \cdot 10^{-1}$ mSv	7,9 mSv

Die langfristigen radiologischen Folgen werden für Erwachsene in einer Entfernung von 2 km vom Freisetzungspunkt über eine Dauer von 50 Jahren nach dem Unfall bewertet. Die für einen „Worst Case“-Unfall der 3. Kategorie gemessenen Dosen liegen innerhalb der Grenzen der Bezugswerte: Beim Bruch einer Leitung des Dampferzeugers der 3. Kategorie liegt die Gesamtwirkdosis bei ca. 4 mSv.

Ergebnisse für Unfälle der 4. Kategorie

Die Unfälle der 4. Kategorie entsprechen hypothetischen auslösenden Ereignissen (ein Unfall für 10.000 bis 1.000.000 Betriebsjahre). Diese Unfälle betreffen die Reaktorschutzhülle und können zur Beschädigung der Brennelementbündel führen. Die geometrische Struktur des Reaktorkerns wird dennoch nicht beschädigt, so dass die Reaktorkernkühlung hinreichend gewährleistet ist und die Systeme verfügbar bleiben, die die Folgen des Unfalls einschränken sollen.

Folgende kurzfristige radiologische Folgen solcher Unfälle für die strahlenempfindlichsten Bevölkerungsgruppen in einem Abstand von 650 m (erste Wohnstätten bei sämtlichen Kraftwerken der 900 MWe-Klasse) sind möglich:

	Gesamtwirkdosis (mSv)	Schilddrüsenäquivalente Dosis (mSv)
Bezugswerte	50 mSv	50 mSv
Unfall beim Handling der Brennelemente	2,6 mSv	1,3 mSv
Umfangreicher Bruch einer Dampfleitung	$2,0 \cdot 10^{-2}$ mSv	$1,4 \cdot 10^{-1}$ mSv
Blockieren des Rotors einer Primärkreispumpe	$4,0 \cdot 10^{-1}$ mSv	3,6 mSv
Auswurf eines Bündels zur Leistungsregelung	1,2 mSv	10 mSv
Bruch einer Leitung des Dampferzeugers, zusammen mit dem Blockieren eines Ventils in geöffneter Stellung (RTGV Kategorie IV)	7,2 mSv	100 mSv
Unfall mit Verlust von Primärkreiskältemittel (APRP – Accident de perte réfrigérant primaire)	3,5 mSv	35 mSv

Ein Unfall mit Bruch einer Leitung des Dampferzeugers führt zu einer schilddrüsenäquivalenten Dosis von weniger als 50 mSv in einer Entfernung von mehr als 1 km. Um das Überschreiten des Bezugswerts der schilddrüsenäquivalenten Dosis einzuschränken, wurden Maßnahmen zur Risiken-Begrenzung ergriffen. Dabei handelt es sich insbesondere um die Verringerung des Radioaktivitätsgrenzwerts des Primärkreiswassers und die Änderung der von einem solchen Unfall betroffenen Leitung (siehe Abs. 6.3.1).

Die langfristigen radiologischen Folgen werden für Erwachsene in einer Entfernung von 2 km vom Freisetzungspunkt über eine Dauer von 50 Jahren nach dem Unfall bewertet. Die für einen „Worst Case“-Unfall der 4. Kategorie gemessenen Dosen liegen innerhalb der Grenzen der Bezugswerte: Beim Bruch einer Leitung des Dampferzeugers (RTGV) der 4. Kategorie liegt die Gesamtwirkdosis unter 30 mSv für den kompletten Organismus.

Schlussfolgerungen für den Bemessungsbereich

Bei Unfällen der 2. Kategorie sind die radiologischen Folgen im Bereich der ersten Wohnstätten gering (kurzfristige Wirkdosis weit unter 1 mSv).

Bei Unfällen der 2. Kategorie überschreitet die Kontaminierung der Nahrungsmittel für den menschlichen Verzehr in einer Entfernung von mehr als 1 km nicht die Vermarktungsgrenzwerte und liegt nach einem Jahr unter diesem Grenzwert.

Die Ziele hinsichtlich der radiologischen Folgen der Unfälle der 3. und 4. Kategorie werden erreicht. Im Anschluss an die für dieses Szenario festgestellte Überschreitung des Bezugswerts für die schilddrüsenäquivalente Dosis in einer Entfernung von weniger als 1 km von den Reaktoren wurden die Ergebnisse des Bruchs einer Leitung des Dampferzeugers (RTGV) der 4. Kategorie durch Maßnahmen zur Begrenzung der Risiken verbessert. Die Maßnahmen zur Risikobegrenzung werden im Abs. 6.3.1 beschrieben.

Bei den Situationen der 3. und 4. Kategorie führt nur das Szenario des Bruchs einer Leitung des Dampferzeugers (RTGV) der 4. Kategorie zu einer Kontaminierung der Nahrungsmittel, aufgrund der die Vermarktungswerte in einer Entfernung von 10 km nach 7 Tagen überschritten werden. Diese Situation wäre zeitlich begrenzt: Unabhängig von dem betrachteten Unfall liegen nach 2 Jahren die maximal zulässigen Level (NMA – Niveaux maximaux admissibles) unter den jeweiligen Grenzwerten.

■ **Grenzüberschreitende Auswirkungen der Bemessungsunfälle**

In Anbetracht der jeweiligen Entfernungen für die nachfolgend geschätzten Auswirkungen werden im Falle eines Bemessungsunfalls keine besonderen Auswirkungen auf die Nachbarstaaten erwartet, weder kurzfristig, noch auf lange Sicht infolge der Schadstoffkumulierung.

6.2.2. Radiologische Folgen der zusätzlichen Unfälle

Untersuchungen der zusätzlichen Unfälle waren zum Zeitpunkt der ursprünglichen Entwicklung der Kernreaktoren von Dampierre-en-Burly nicht vorgesehen. Diese Untersuchungen behandeln Kumulierungsszenarien, die von den als plausibel betrachteten Störungen unabhängig sind, obgleich sie nur sehr selten auftreten (mindestens ein Unfall alle ca. 5.000.000 Betriebsjahre). Die Szenarien zeichnen sich durch die Häufigkeit ihres Auftretens aus, die im Rahmen von Wahrscheinlichkeitsstudien zur nuklearen Sicherheit (EPS – Étude probabiliste de sûreté) ermittelt wurden. Anschließend wird zur Absicherung dieser Situationen aus kumulierten Störungen eine zusätzliche Maßnahme festgelegt und durch Anforderungen an die nukleare Sicherheit vervollständigt, um die funktionale Verfügbarkeit zu gewährleisten und so die Häufigkeit dieses Szenarios zu verringern. Diese Vorgehensweise hat zur Ermittlung von über 30 bei der Entwicklung nicht geplanten Verbesserungsmaßnahmen geführt.

Die Untersuchungen zu den radiologischen Folgen der zusätzlichen Unfälle dient dazu, die nukleare Sicherheit der Anlage nachzuweisen und sicherzustellen, dass ihre radiologischen Folgen aufgrund der Häufigkeit ihres Auftretens die Bezugswerte der 4. Kategorie der Bemessungsunfälle erfüllen.

Ziel der Berechnung der radiologischen Folgen der zusätzlichen Unfälle ist der Nachweis, dass die Freisetzungen von radioaktiven Stoffen außerhalb des Kraftwerks aufgrund der Implementierung der festgelegten zusätzlichen Maßnahmen nur begrenzte Folgen für die Bevölkerung und die Umwelt aufweisen.

Die Ergebnisse der Untersuchungen der radiologischen Folgen der zusätzlichen Unfälle werden im Folgenden zusammengefasst. Bei den nicht genannten Unfällen wurden die radiologischen Folgen in die bereits beschriebenen aufgenommen.

Folgende kurzfristige radiologische Folgen solcher Unfälle für die strahlenempfindlichsten Bevölkerungsgruppen in einem Abstand von 650 m (erste Wohnstätten bei sämtlichen Kraftwerken der 900 MWe-Klasse) sind möglich:

	Gesamtwirkdosis (mSv)	Schilddrüsenäquivalente Dosis (mSv)
Bezugswerte	50 mSv	50 mSv
Unfall mit Verlust des Kühlsystem des stillgelegten Reaktors (RRA – Refroidissement du réacteur à l'arrêt)	$2,3 \cdot 10^{-1}$ mSv	3,8 mSv
Verlust der Kühlung des Beckens im Brennelementelager	$8,5 \cdot 10^{-3}$ mSv	$1,5 \cdot 10^{-1}$ mSv
Unfall mit Verlust aller externer Stromversorgungen (PTAE – Perte totale des alimentations électriques)	$3,6 \cdot 10^{-2}$ mSv	$2,2 \cdot 10^{-1}$ mSv

Die langfristigen radiologischen Folgen werden für Erwachsene in einer Entfernung von 2 km vom Freisetzungspunkt über eine Dauer von 50 Jahren nach dem Unfall bewertet. Die für einen „Worst Case“-Zusatzunfall gemessenen Dosen liegen innerhalb der Grenzen der Bezugswerte: Beim Verlust des Kühlsystem des stillgelegten Reaktors (RRA – Refroidissement du réacteur à l'arrêt) liegt die Gesamtwirkdosis unter 1,0 mSv für den kompletten Organismus.

Die ermittelten Dosen liegen innerhalb der Bezugswerte für zusätzliche Unfälle; für die Bevölkerung sind keine Schutzmaßnahmen erforderlich.

Bei zusätzlichen Situationen überschreitet die Kontaminierung der Nahrungsmittel für den menschlichen Verzehr in einer Entfernung von mehr als 5 km nach 7 Tagen nicht die Vermarktungsgrenzwerte; nach einem Jahr beträgt diese Entfernung nicht einmal mehr 1 km.

■ **Grenzüberschreitende Auswirkungen der zusätzlichen Unfälle**

In Anbetracht der jeweiligen Entfernungen für die nachfolgend geschätzten Auswirkungen werden im Falle eines zusätzlichen Unfalls keine besonderen Auswirkungen auf die Nachbarstaaten erwartet, weder kurzfristig, noch auf lange Sicht infolge der Schadstoffkumulierung.

6.2.3. Radiologische Folgen möglicher Unfälle mit Kernschmelze

Aufgrund der Maßnahmen, die bei der ursprünglichen Entwicklung des Reaktors ergriffen wurden, sowie derjenigen, die während des Betriebs implementiert werden, insbesondere im Rahmen der periodischen Sicherheitsüberprüfungen (siehe Abs. 6.3.4), ist das Auftreten eines Unfalls mit Reaktorkernschmelze sehr unwahrscheinlich, da dies das Scheitern der implementierten Vorbeugungsmaßnahmen voraussetzt. Dennoch wurden die Folgen eines solchen „hypothetischen Unfalls mit Reaktorkernschmelze“ für die Level 4 und 5 des Tiefenabwehrkonzepts untersucht (siehe Abs. 4.2.1). Für diese Studien wird von einem Unfall mit Reaktorkernschmelze ausgegangen, d. h., dass eine Ereignisfolge zur mindestens teilweisen Schmelze des Reaktorkerns geführt hat, und dass außer dem Verlust der ersten Schutzhülle (Brennstäbe) auch der Verlust der zweiten Schutzhülle (Primärkreis einschließlich Becken) möglich ist.

Kernschmelzenbedingte Ereignisse in Verbindung mit dem Verlust der zwei ersten Schutzhüllen

Der langanhaltende Verlust der Reaktorkernkühlung kann zu Unfällen mit Brennelementschemelze führen, wenn das Becken kein Wasser mehr enthält. Dann können die Brennelemente im Becken Temperaturen erreichen, die nicht nur zum Schmelzen des Metalls der Brennelemente (Brennstofftabletten und Hüllen) führen, sondern auch der sonstigen benachbarten Metallteile (Bündel oder Strukturen) bis zum Durchbruch des Beckenbodens.

Das dickflüssige Metallagglomerat aus diesem Prozess wird als **Corium** bezeichnet.

Unfälle mit Reaktorkernschmelze stoßen komplexe physikalische Vorgänge an und können zur Freisetzung radioaktiver Stoffe in die Umwelt führen. Bestimmte physikalische Vorgänge können in diesen Situationen insbesondere zum Ausfall der dritten Schutzhülle führen, wenn keine geeigneten Maßnahmen vorhanden sind.

Freisetzungen als mögliche Folgen eines solchen Unfalls mit Reaktorkernschmelze hängen von zahlreichen Parametern ab, unter anderem die Bestückung des Reaktorkerns mit Spaltungsprodukten, die Kinetik der Freisetzung von Radionukleiden innerhalb der Hülle, ihr Typ (Gase oder Aerosole), ihr Verhalten innerhalb der Hülle (Anhäufung, chemische Reaktion, Ablagerung), die Freisetzungsmengen, die in die Umwelt gelangen. Zur Bewertung der bei einem Unfall mit Kernschmelze freigesetzte Radioaktivität werden verschiedene Parameter betrachtet, die die Freisetzungen in die Umwelt erhöhen, sowie die komplette Schmelze des Reaktorkerns. Daher werden Margen angesetzt, um eine nachteilige Berechnung sicherzustellen.

Die folgenden **kurzfristigen** radiologischen Folgen (7 Tage) dieser Unfälle betreffen die strahlungsempfindlichsten Bevölkerungsgruppen:

Gesamtwirkdosis in 2 km (mSv)	Gesamtwirkdosis in 5 km (mSv)	Schilddrüsenäquivalente Dosis in 10 km (mSv)
28,5 mSv	4,7 mSv	13,4 mSv

Unter Berücksichtigung der mit den Bevölkerungsschutzmaßnahmen verknüpften Grenzwerte (siehe Abs. 6.1.2) zeigen diese Ergebnisse, dass bei einem solchen Unfall mit Kernschmelze nach 7 Tagen in einem Umkreis von über 2 km keine Evakuierungsmaßnahmen erforderlich sind und dass die Abschirmung in einem Umkreis von über 5 km bzw. die Verabreichung von stabilem Jod in einem Umkreis von über 10 km ebenfalls nicht nötig ist.

Außerdem beträgt der Wert der **langfristigen** radiologischen Folgen für Erwachsene in einer Entfernung von 10 km vom Freisetzungspunkt über eine Dauer von 50 Jahren nach dem Unfall 18,7 mSv.

Abschließend belegen die Bewertungen einer extremen Unfallsituation mit Kernschmelze, dass die bei der Entwicklung zur Verringerung der Folgen auf die Umwelt ergriffenen Maßnahmen (siehe Abs. 6.3.4) die Kontaminierung der landwirtschaftlichen Flächen räumlich und zeitlich begrenzen (Umkreis von weniger als 20 km nach einem Jahr).

■ **Grenzüberschreitende Auswirkungen der Unfälle mit Kernschmelze**

Die grenzüberschreitenden Auswirkungen durch die atmosphärische Ausbreitung radioaktiver Stoffe sollten im Hinblick auf die länderspezifischen radiologischen Konsequenzen betrachtet werden, die als langfristige (50 Jahre) Gesamtwirkdosis (oder Gesamtkörperdosis) für Kinder und Erwachsene ausgedrückt wird. Die folgende Tabelle zeigt diese Auswirkungen für die Länder bis zu einem Umkreis von 1.000 km um das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly, einschließlich der „Worst Case“-Ergebnisse, die für jedes Land festgestellt werden.

Die Berechnungen zur Langstreckenausbreitung der Emissionen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly in der Atmosphäre werden auf der Grundlage der atmosphärischen Übertragungskoeffizienten geschätzt, die aus meteorologischen Beobachtungen während eines Zeitraums von 5 Jahren stammen. Diese Koeffizienten berücksichtigen die Topographie, die Wetterbedingungen (hauptsächlich den Wind) und den zunehmenden Abbau der Konzentrationen durch Ablagerungsprozesse je weiter sich die Emissionen von der Quelle entfernen.

Land	Mindestentfernung zur Quelle (km)	Langfristige Gesamtwirkdosis, Hüllwert (mSv)			
		Kleinkinder [1 Jahr bis 2 Jahre]	Kinder [2 Jahre bis 7 Jahre]	Ältere Kinder [7 Jahre bis 12 Jahre]	Erwachsene [17 Jahre und mehr]
Belgien	275	0,24	0,24	0,22	0,22
Schweiz	310	0,18	0,18	0,16	0,16
Luxemburg	315	0,24	0,25	0,23	0,24
Vereinigtes Königreich	370	0,10	0,10	0,09	0,08
Deutschland	370	0,12	0,12	0,11	0,11
Italien	390	0,04	0,04	0,03	0,03
Niederlande	405	0,14	0,15	0,13	0,13
Österreich	525	0,08	0,08	0,08	0,07
Liechtenstein ¹⁵	525	0,08	0,08	0,08	0,07
Spanien	560	0,04	0,04	0,04	0,03
Andorra	570	0,04	0,04	0,03	0,04
Tschech. Republik	760	0,04	0,04	0,04	0,04
Irland	800	0,05	0,05	0,04	0,04
Slowenien	835	0,02	0,02	0,02	0,02
Kroatien	875	0,02	0,02	0,02	0,02
Dänemark	915	0,04	0,04	0,03	0,03
Polen	950	0,03	0,03	0,03	0,03
Portugal	965	0,01	0,01	0,01	0,01

Vergleichsweise liegt in Frankreich die Exposition einer Person durch natürliche Radioaktivität im Durchschnitt bei 3,0 mSv pro Jahr. Der europäische Durchschnitt beträgt 3,2 mSv pro Jahr; er schwankt je nach Land zwischen 1,5 und 6,2 mSv pro Jahr.

Der Dosishüllwert wird für Luxemburg und Belgien ermittelt und beträgt ca. 0,25 mSv über 50 Jahre für die verschiedenen Populationsgruppen. Vergleichsweise beträgt die natürliche Radioaktivität in Luxemburg 3,5 mSv pro Jahr und 2,7 mSv pro Jahr in Belgien.

Da die radiologischen Dosen mit zunehmender Entfernung abnehmen, sind die radiologischen Folgen geringer in Ländern, die weiter entfernt als die bereits genannten liegen.

Aufgrund der oben aufgeführten Ergebnisse wären die grenzüberschreitenden Auswirkungen durch die atmosphärische Ausbreitung radioaktiver Stoffe sowohl kurzfristig, als auch langfristig durch Kumulierung im Falle eines Unfalls mit Kernschmelze in einem der vier 900 MWe-Reaktoren des Standorts von Dampierre-en-Burly sehr begrenzt oder sogar vernachlässigbar.

¹⁵ Die Schätzungen für Liechtenstein werden aus den Ergebnissen für die Schweiz und Österreich berechnet.

6.3. Messung von Begrenzung der radiologischen Risiken

Angesichts des im Abs. 4.2.1 erläuterten nuklearen Sicherheitsansatzes, wurden bei der Entwicklung der Anlage zahlreiche Maßnahmen implementiert, um die Risiken zu verringern, die aus den radiologischen Folgen hervorgehen. Diese Entwicklungsmaßnahmen wurden durch zusätzliche Maßnahmen vervollständigt, um das Risiko bestimmter Unfälle zu verringern, die durch die Kumulierung von Störungen entstehen. Die Reaktoren von Dampierre-en-Burly waren bereits mehrfach Gegenstand von periodischen Sicherheitsüberprüfungen, Erfahrungsrückflüssen und Ergebnissen kontinuierlicher Verbesserungen, die diese Vorkehrungen mit dem Ziel ergänzen, den sicheren Zustand des Reaktors zu gewährleisten.

In Anbetracht der ehrgeizigen Ziele von EDF, die von der ASNR während der Vorbereitung dieser Ziele festgelegt wurden (siehe Abs. 1.2 und 2.3.1), waren zahlreiche Maßnahmen zur Begrenzung der radiologischen Risiken im Rahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung erforderlich.

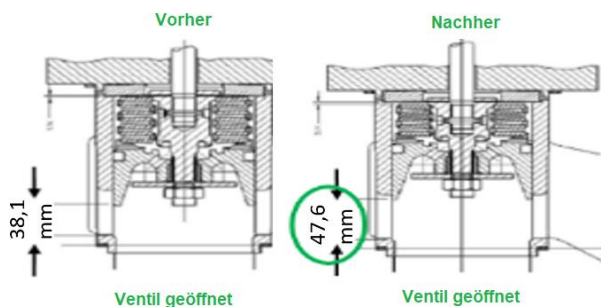
6.3.1. Wichtigste Maßnahmen bezüglich der Unfälle ohne Kernschmelze

Im Folgenden sind die wichtigsten Betriebs- und/oder Entwicklungsmaßnahmen im Rahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung von Dampierre-en-Burly aufgeführt, die dazu beitragen, die radiologischen Folgen der Unfälle ohne Kernschmelze zu verringern:

- Steigerung der Durchflussmengen der Ventile für den Dampfabblass

Beschreibung der Maßnahme

Bei einer Unfallsituation wird die Kapazität der Ventile des GCTa-Leitungssystems zur Dampffreisetzung in die Atmosphäre gesteigert, damit der Reaktor schneller gekühlt und die Dauer des Unfalls und die damit einhergehenden eventuellen radioaktiven Freisetzungen begrenzt werden kann. Dazu wurde der innere Aufbau des GCTa-Ventils geändert.



Pädagogikhinweise

Das sogenannte GCTa-Leitungssystem dient der Freisetzung des von den Dampferzeugern erzeugten Dampfs direkt in die Atmosphäre. Es steuert die Kühlung des Reaktors durch die Dampferzeuger wenn der erzeugte Dampf nicht reicht, um die Turbine anzutreiben oder die Turbine nicht verfügbar ist. Es wird bei jeder Stillsetzung und bei jedem Hochfahren verwendet. Es wird auch bei Störfällen oder Unfällen zur Kühlung des Reaktors eingesetzt.

- Senkung des Radioaktivitätsgrenzwerts des Wassers im Primärkreis

Beschreibung der Maßnahme

Die Reaktoren von Dampierre-en-Burly enthalten in ihren Betriebsspezifikationen die Senkung des Radioaktivitätsgrenzwerts des Primärkreises in Jod-131-Äquivalent bei den Leistungswechseln im Normalbetrieb von 150 auf 80 GBq/T. Ziel ist der Betrieb der Reaktoren mit einem gesteigerten radiologischen Reinheitslevel des Primärkreiswassers, um insbesondere die radiologischen Folgen eines Unfalls 4. Kategorie mit Dampferzeugerrohrbruch (RTGV – Rupture de tube de générateur de vapeur) zu verringern. Mit dieser Maßnahme können die Radioaktivität eventuell freigesetzter radioaktiver Stoffe und deren radiologische Folgen (Wirkdosis und kurzfristiges Schilddrüsenäquivalent sowie mittelfristige und langfristige Wirkdosis) bei allen Unfällen ohne Bruch der Brennelementhülle verringert werden, einschließlich des „Worst Case“-Unfalls mit Dampferzeugerrohrbruch.

Pädagogikhinweise

Das Primärkreiswasser ist nur schwach radioaktiv. Die Radioaktivität ist durch die technischen Entwicklungsgrenzen der Brennelementhüllen bedingt. Die Anforderungen hinsichtlich der radiologischen Reinheit des Primärkreises gewährleisten auch die Überwachung der Unversehrtheit der Brennelementbündel.

- Änderung der Steuerung eines Unfalls mit Dampferzeugerrohrbruch (RTGV 4.)

Beschreibung der Maßnahme

EDF hat zur Verbesserung der Stilllegungsbedingungen des Notkühlsystems eine Weiterentwicklung der Steuerung des Übergangs bei Dampferzeugerrohrbruch RTGV 4. in die Wege geleitet. Diese Weiterentwicklung, die aufgrund der Schlussfolgerungen der allgemeinen Phase der 4. Sicherheitsüberprüfung auch von der Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection (ASNR – Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz) gefordert wird, verringert in der RTGV 4.-Studie des Kernsicherheitsbericht die Freisetzung von Flüssigkeiten um mehrere Dutzend m³.

Außerdem wurden bereits Maßnahmen zur Begrenzung der Flüssigkeitsfreisetzungsmengen implementiert:

- Automatische Absperrung der Wassernachspeisung des gestörten Dampferzeugers durch das Notspeisesystem der Dampferzeuger (ASG – Alimentation de secours des générateurs), um das Risiko von Flüssigkeitsfreisetzungen zu verringern.
- Entleeren des gestörten Dampferzeugers durch den Bediener anhand des Ablasssystems der Dampferzeuger (APG).

- Verwendung des EAS-ND-Systems als Ersatz für die RIS/EAS-Systeme

Beschreibung der Maßnahme

Bei einer Störung der RIS/EAS-Systeme zur Verwaltung eines Unfalls mit Verlust von Primärkreiskältemittel (APRP – Accident de perte réfrigérant primaire) kann die Verwendung des Notspeisesystems EAS-ND den Wasserbestand im Primärkreis aufrechterhalten und so die Freisetzung von Schadstoffen verhindern, die durch einen Unfall mit Kernschmelze entstehen. Die radiologischen Folgen der sogenannten „H4“-Situation (Unfall mit Verlust von Primärkreiskältemittel bei gleichzeitiger Störung des RIS oder EAS im Umlaufbetrieb) verbessern sich, wobei sie sich dem den APRP auslösenden Störfall annähern, so wie er im Bemessungsbereich untersucht worden war (siehe Abs. 6.2).

Die Betriebsanforderungen werden angepasst, um diese zusätzliche Maßnahme aufzuwerten

Pädagogikhinweise

Das Notkühlsystem ist ein Nachspeisesystem des Primärkreises zur Kompensierung von Wasserverlusten in Unfallsituationen mit Bruch des Primärkreises oder der Leitungen eines Dampferzeugers. Es startet in den meisten Fällen automatisch. Das Ausschalten erfolgt durch eine Handlung des Bedieners, die durch Kriterien bezüglich der ordnungsgemäßen Steuerung des vorhandenen Primärkreiswassers bedingt ist.

Pädagogikhinweise

Das EAS-ND-System ist Teil einer Gruppe neuer Systeme zur Verwaltung von extremen externen Angriffsszenarien vom Typ „Noyau Dur“ (siehe Abs. 6.3.2)

6.3.2. Wichtigste Maßnahmen im Hinblick auf Aggressionen

Die betrachteten Aggressionen sind diejenigen, die in den Vorschriften aufgeführt werden (französische INB-Verordnung):

- Interne Aggressionen: Brand, Explosion, Überschwemmung, Ausfall von Druckgeräten, Zusammenstoß und Absturz von Lasten, elektromagnetische Störungen, Freisetzung von Gefahrstoffen, böswillige Handlungen,
- Externe Aggressionen (natürlichen oder menschlichen Ursprungs): Erdbeben, extreme Wetter- oder Klimabedingungen (Überschwemmung, Schnee, Hitzewellen, Kältewellen, starke Winde, Wirbelstürme), Aggressionen durch Gewässer oder das Meer (Eisnadeln, Zufrieren, Zusetzung, Kohlenwasserstoffe auf der Wasseroberfläche, Versandung, Niedrigwasser, Hochwasser), Blitzschlag und elektromagnetische Störungen, Brand, Gefährdung durch benachbarte Industrieanlagen (Explosion, Gefahrstoffe), Flugzeugabsturz, böswillige Handlungen.

Die Betriebs- und/oder Entwicklungsmaßnahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung des Standorts von Dampierre-en-Burly, die zur angestrebten Verringerung der radiologischen Folgen der Unfälle aufgrund von Aggressionen beitragen, sollen sicherstellen, dass die Systeme zur Gewährleistung der drei nuklearen Sicherheitsfunktionen (Steuerung der nuklearen Kettenreaktion im Reaktor, Kühlung der Brennelemente, Einschließen der radioaktiven Stoffe) verfügbar bleiben, um die Aufrechterhaltung des sicheren Zustands des Reaktors im Falle einer Aggression zu garantieren. Es handelt sich also hauptsächlich um Schutzmaßnahmen oder Maßnahmen zur Widerstandsfähigkeit der Systeme gegen Aggressionen. Somit tragen diese Maßnahmen hauptsächlich zur Verringerung der mit den Folgen einer Kernschmelze verbundenen Risiken bei, deren Auswirkungen auf die Umwelt im Abs. 6.2.3 beschrieben sind.

Als Beispiel werden nachfolgend die Maßnahmen in Bezug auf Brandgefahren erläutert, die hier das wichtigste industrielle Risiko sind.

Brand

Die Maßnahmen in Bezug auf Brandgefahren sollen die Feuerfestigkeit der Brandbereichseinteilungsvorrichtungen verbessern:

Beschreibung der Maßnahme

Die in Betracht gezogenen Maßnahmen dienen der Verbesserung der Feuerfestigkeit bestimmter Komponenten (Brandschutztüren, Brandbereichseinteilungsvorrichtungen, Brandschutz der elektrischen Kabel...) oder der Verringerung des Ausmaßes oder der Heftigkeit eines eventuellen Brands. Diese Maßnahmen bestehen unter anderem darin, die Brandbereichseinteilungsvorrichtungen (z. B. Brandschutztüren) durch Komponenten mit einer besseren Feuerfestigkeit zu ersetzen. Sie bestehen auch darin, die Kabel mit feuerfestem Band zu umwickeln oder die Wärmelast zu verringern. Auf diese Weise tragen diese Ausrüstungen dazu bei, die Reaktorkernschmelze und die potenziell mit bestimmten Bränden verbundenen Freisetzungen zu vermeiden.

Pädagogikhinweise

Die **Brandbereichseinteilung** besteht darin, Bereiche festzulegen, in denen die Ausbreitung des Brands das Prinzip der Redundanz der nuklearen Sicherheitsfunktionen nicht beeinträchtigt und sicherzustellen, dass ein in einem Bereich entstandener Brand nicht auf andere Bereiche übergreift.

Extreme externe Aggressionssituationen

Außerdem dient die Umsetzung des „Noyau Dur“ im Rahmen der periodischen Sicherheitsüberprüfung des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly dazu, extrem heftige, anlagenexterne, natürliche Aggressionen zu bekämpfen, die zum Zweck des Nachweises der nuklearen Sicherheit über die Anforderungslevels hinausgehen, die bisher angewandt wurden.

Der „Noyau Dur“ besteht aus fest verankerten und widerstandsfähigen Hardware-Mitteln, vervollständigt durch mobile Mittel zur Vermeidung massiver radioaktiver Schadstofffreisetzungen und langfristiger Auswirkungen auf die Umwelt in Situationen, die sich aus extremen externen Naturereignissen ergeben können. Dabei geht es vor allem um Erdbeben, externe Überschwemmungen und ähnlicher Ereignisse (Blitzschlag, Hagel, Sturm, Starkregen) oder auch Wirbelstürme.

Um diesen extremen Situationen standzuhalten wurden an jedem Reaktor von Dampierre-en-Burly widerstandsfähige, von den bestehenden Anlagen unabhängige und vielfältige Vorrichtungen zur Wasser- und Stromversorgung angebracht:

- Eine zusätzliche Notstromquelle: **Das dieselbetriebene letzte Notstromaggregat** (DUS – Diesel d’ultime secours),
- Eine heterogene Wasserversorgung (SEG – Source d’eau diversifiée).



Dieselbetriebene letzte Notstromaggregate (DUS) von 3 MWe

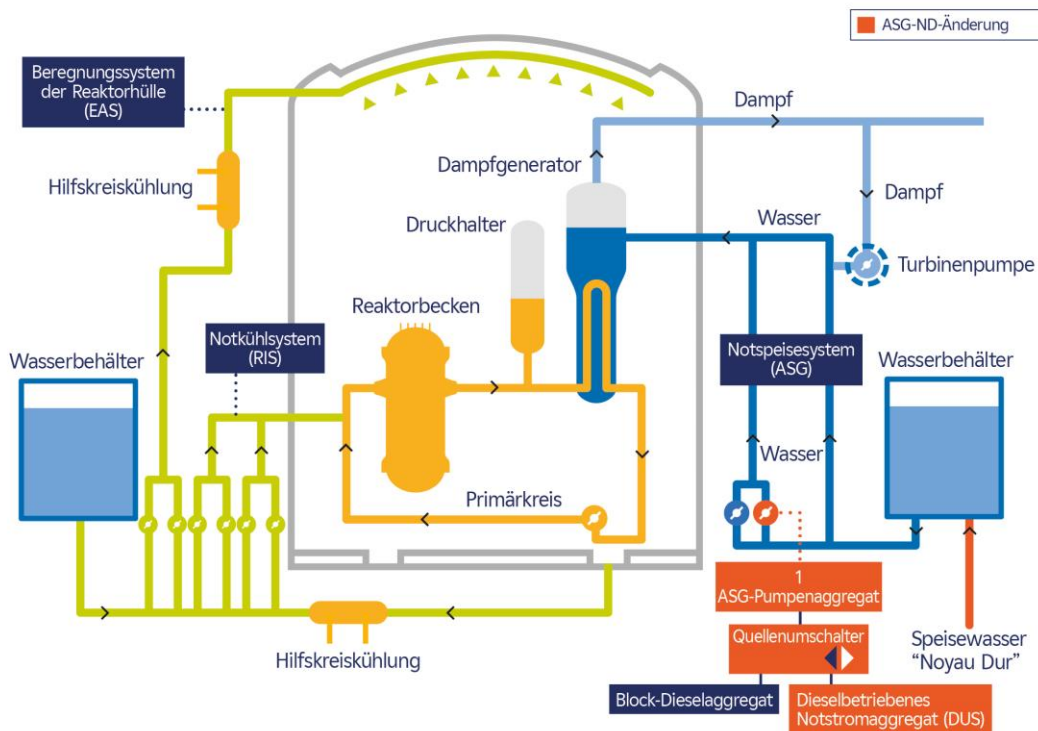


Heterogene Wasserversorgung (SEG)

Reaktorseitig können diese extremen Situationen zu Funktionsverlusten bestimmter Gerätschaften führen, z. B. solche, die die Stromversorgungen bzw. die Kühlsysteme der kalten Quelle (Loire) betreffen.

In einem solchen Fall übernehmen die Vorrichtungen des „Noyau Dur“ die Funktionen der nuklearen Sicherheit: ein Teil der Notspeisung der Dampfgerzeuger ist für die Folgen dieser extremen Situationen qualifiziert und robust genug, um die Funktion der **Sekundärkreiskühlung des „Noyau Dur“ (ASG-ND)** zu übernehmen. Die Stromversorgung wird von einem **dieselbetriebenen Notstromaggregat (DUS – Diesel d’ultime secours)** sichergestellt, das an einer speziellen, im Rahmen der Maßnahme installierten Umschalttafel betätigt wird, zusammen mit der **heterogenen Wasserversorgung (SEG – Source d’eau diversifiée)**, die dann die Funktion der kalten Quelle übernimmt.

Alle diese Gerätschaften tragen dazu bei, die Reaktorkernschmelze und die potenziell mit diesen extremen Situationen verbundenen Freisetzungen zu vermeiden.



Prinzipschaltbild der ASG-ND-Anordnung

6.3.3. Wichtigste Maßnahmen bezüglich der Lagerung der Brennelementbündel

Im Folgenden sind die wichtigsten Betriebs- und/oder Entwicklungsmaßnahmen im Rahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly aufgeführt, die dazu beitragen, die radiologischen Folgen der Unfälle, die mit der Lagerung der Brennelementbündel verbunden sind, zu verringern:

Brand

Um bei einem Brand den Verlust beider Kühlsysteme zu vermeiden, hat EDF die Einrichtung einer zusätzlichen feuerabweisenden Vorrichtung geplant, die das Risiko der Ausbreitung des Brands einer Pumpe des Kühlsystems auf die andere Pumpe beseitigt.

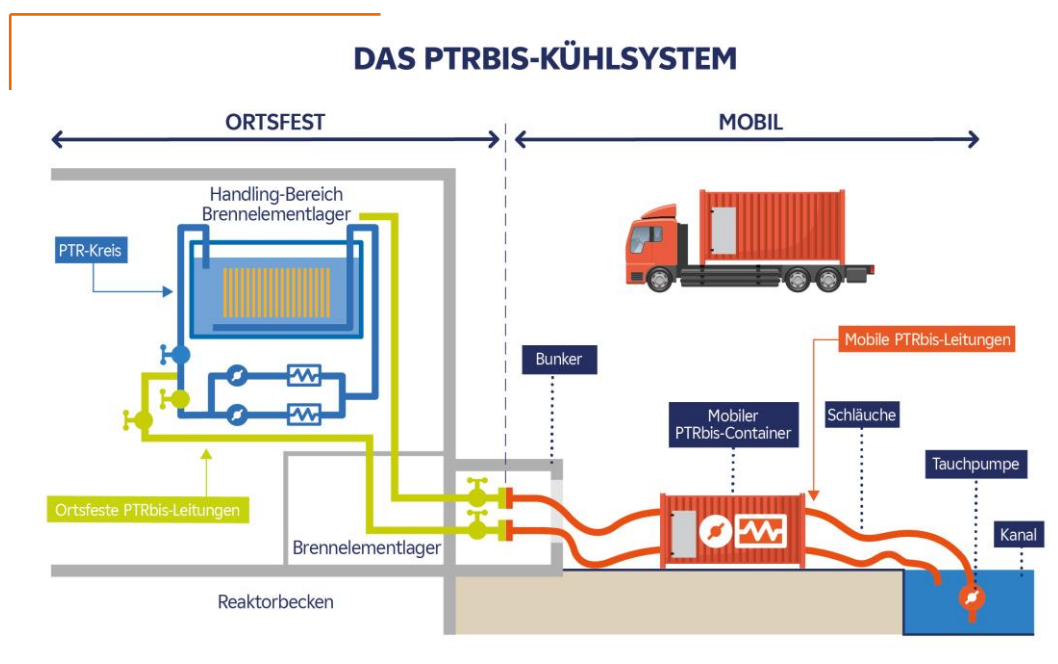
Übertragung der Unfallsituationen im EPR FLA3 auf die Kraftwerke der 900 MWe-Klasse

Die Bewertung des Verhaltens der Brennelementbecken in den 900 MWe-Kraftwerken, zu denen die Reaktoren von Dampierre-en-Burly gehören, im Verhältnis zu den auf das EPR von Flamanville 3 angewandten Unfallszenarien, die nicht bei der ursprünglichen Entwicklung berücksichtigt wurden, hat deren derzeitigen robusten Zustand belegt. Zur weiteren Verbesserung wird die Verdoppelung der automatischen Absperrvorrichtung der Ansaugleitung des normalen Beckenkühlsystems vorgeschlagen.

Extreme externe Aggressionssituationen

Im Hinblick auf die Lagerung der Brennelemente können diese extremen Situationen zu Funktionsverlusten bei bestimmten Gerätschaften führen, die potenziell mit dem totalen Verlust der Kühlung verbunden sein können. In einem solchen Fall werden die nuklearen Sicherheitsfunktionen von den für die Folgen dieser extremen Situationen qualifizierten und robusten Anlagen des „Noyau Dur“ übernommen. In diesen extremen Situationen:

- Die **heterogene Wasserversorgung (SEG – Source d’eau diversifiée)** vervollständigt die Möglichkeiten zur Nachspeisung der Becken im Reaktorgebäude und im Brennelementlager. Die Nachspeisung kompensiert die Verdampfung und gewährleistet die Kühlung der Brennelementbündel unter Wasser;
- Auf lange Sicht dient das **zusätzliche Kühlsystem (PTR-bis)** der Rückkehr zu einer ordnungsgemäßen Kühlung des Lagerbeckens im Brennelementlager und bringt dessen Temperatur wieder unter den Siedepunkt.



6.3.4. Wichtigste Maßnahmen bezüglich der Unfälle mit Kernschmelze

Die wichtigsten Betriebs- und/oder Entwicklungsmaßnahmen im Rahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung von Dampierre-en-Burly, die dazu beitragen, die radiologischen Folgen der Unfälle mit Kernschmelze zu verringern, sind das Ergebnis eines speziellen, auf die Unfälle zugeschnittenen Entwicklungsprozesses, der sich an die Entwicklung des EPR anlehnt. In dieser Situation gelten die zwei ersten Sicherheitshüllen als beschädigt. Ziel der nuklearen Sicherheit ist dann die Aufrechterhaltung der 3. Sicherheitshülle – d. h. der Reaktorschutzhülle – um zu verhindern, dass radioaktive Stoffe in die Umwelt gelangen.

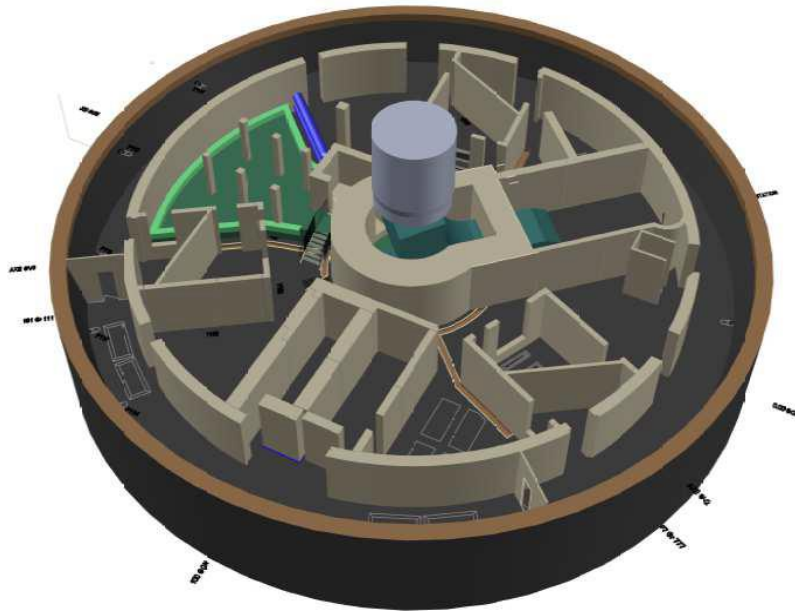
Ziel des Managements von Unfällen mit Kernschmelze ist die Ausbreitung des Coriums in „trockenem“ Zustand – d. h. ohne Wasser – am Boden des Reaktorgebäudes. Einmal verteilt bietet es eine große Austauschfläche und kann mit einer Zugabe von Borwasser stabilisiert werden. Das Borwasser kühlt das verteilte Corium und härtet es schlussendlich aus. Mit dieser Strategie kann:

- Sichergestellt werden, dass die Fundamentplatte des Reaktorgebäudes nicht durchbrochen wird. Unstabilisiert kann das Corium zur Erosion der Fundamentplatte führen.
- Der langsame Druckanstieg in der Hülle verhindert werden, damit das Filterventil der Hülle sich nicht zur Druckentlastung öffnet.
- Die Begrenzung der physikalischen Auswirkungen des Unfalls mit Kernschmelze (insbesondere die Entzündung des Wasserstoffs) erreicht werden.

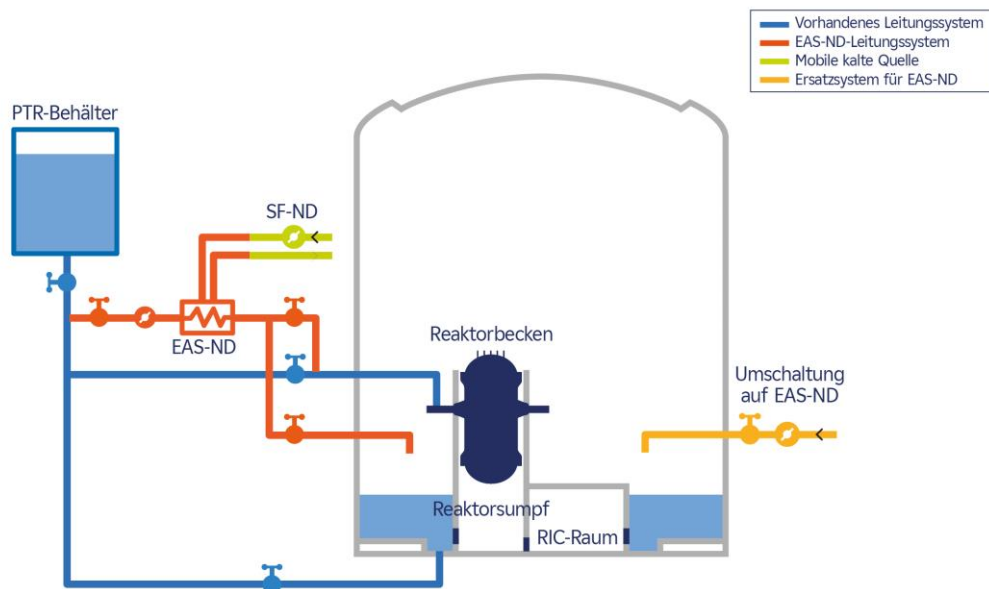
Folgende Maßnahmen werden im Fall eines Unfalls mit Kernschmelze in einem Reaktor von Dampierre-en-Burly implementiert:

- **Die Einrichtung eines Bereichs zur „trockenen“ Ausbreitung des Coriums** innerhalb eines speziellen Sammelbereichs unter dem Reaktorbecken, dem sogenannten „Beckensumpf“, an den sich der Instrumentenraum des Reaktorkerns anschließt.
- **Die Implementierung des passiven Systems zur Flutung des Coriums**, das aus einer Reihe passiver Luken besteht, die das vorher durch das Beregnungssystem der EAS-Hülle – unterstützt durch die zwei Notstromgeneratoren – oder, bei extremen Aggressionen, durch die neue „Noyau Dur“-Maßnahme EAS-ND mit der Unterstützung des dieselbetriebenen Notstromaggregats (DUS) in die Sümpfe des Reaktorgebäudes gefüllte Wasser freigeben.
- **Die Einrichtung eines Coriumkühlsystems**, das mit dem EAS-ND-System verknüpft ist und die Restleistung des Coriums ableitet, ohne den Druckausgleichsfilter der Reaktorschutzhülle zu öffnen.
- Die Rückführung eventuell ausgetretener Wassermengen des EAS-ND in das Reaktorgebäude.
- **Die Dekontaminierung des Wassers im Reaktorgebäude** durch eine mobile Aufbereitungsanlage für kontaminiertes Wasser.

Räumlichkeiten, die für die Verteilung des Coriums verwendet werden
(Beckensumpf und Instrumentenraum des Reaktorkerns)



KÜHLUNG BEI EINEM UNFALL MIT KERNSCHMELZE

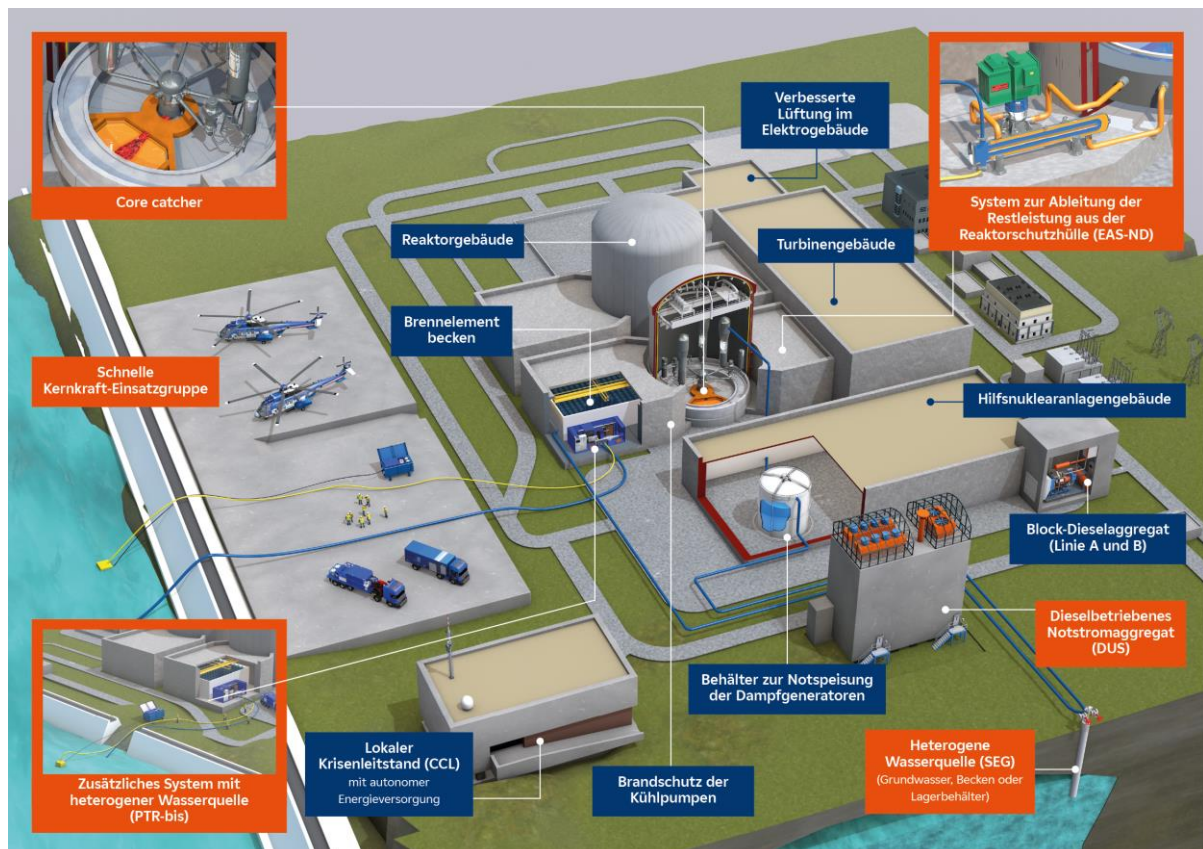


Die „EAS-ND“-Maßnahme beruht auf den folgenden Mitteln:

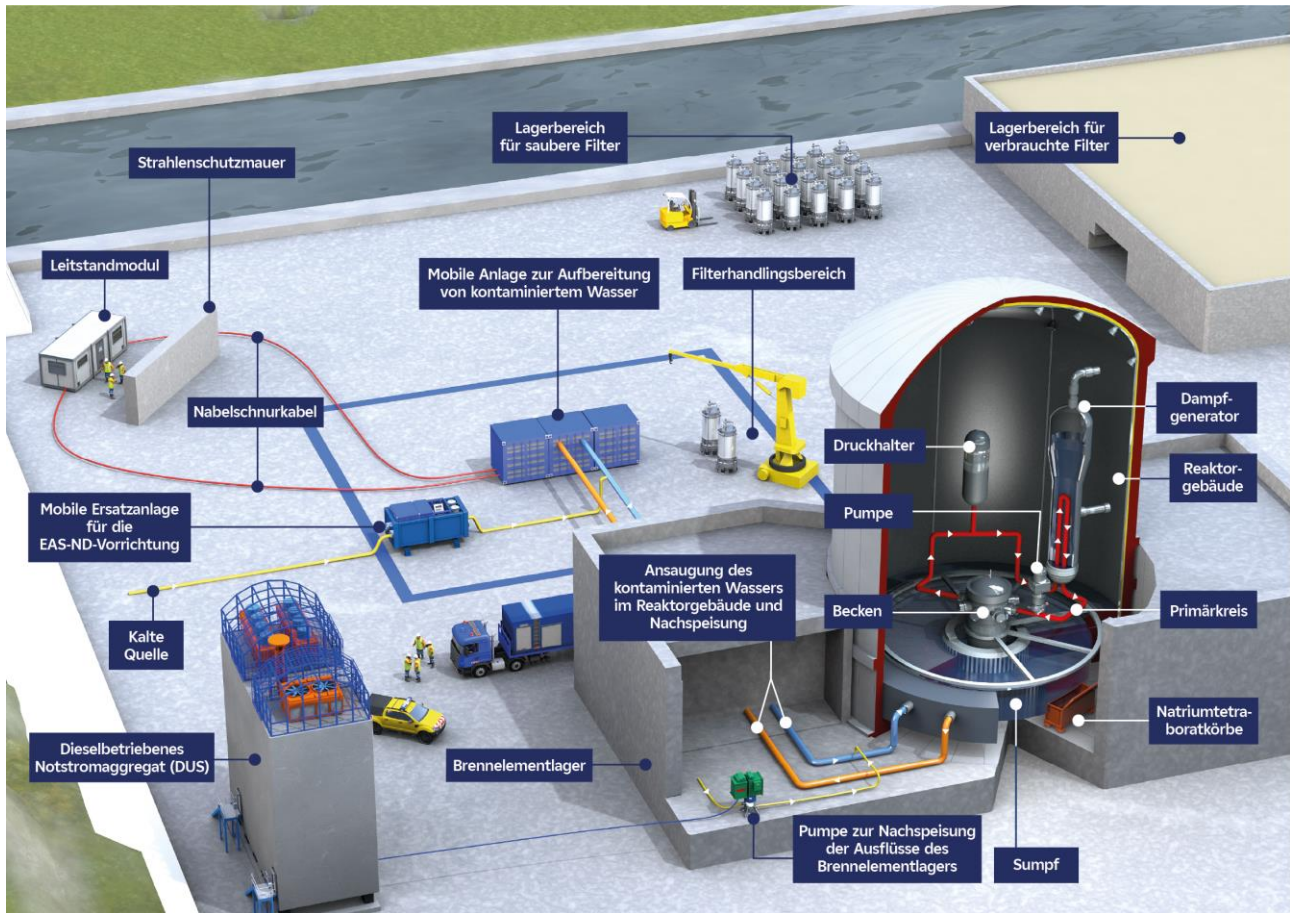
- Eine Pumpe (angetrieben vom dieselbetriebenen Notstromaggregat (DUS),
- Einen Wärmetauscher zur Ableitung der Wärme aus der Reaktorschutzhülle,
- Eine kalte Quelle „Noyau Dur“ (SF-ND), die aus einer mobilen Pumpvorrichtung besteht,

Die mobilen Gerätschaften der „Noyau Dur“-Systeme werden von der **Force d'action rapide du nucléaire (FARN – schnelle Kernkraft-Einsatzgruppe)** gehandhabt. Die FARN ist das Ergebnis der im Zusammenhang mit dem Unfall in Fukushima erworbenen Erfahrung und besteht aus 300 geschulten EDF-Mitarbeitern, die jederzeit bereitstehen, um an französischen Kernkraftwerken spätestens 24 Stunden nach Auslösen des Unfalls vor Ort einzugreifen.

Wichtigste Maßnahmen des „Noyau Dur“



Dekontaminierung des Wassers im Reaktorgebäude nach einem Unfall mit Kernschmelze





7.1. Überwachungsmaßnahmen für den Normalbetrieb

EDF verfügt über verschiedene Programme zur Überwachung der Umwelt. In den kommenden zehn Jahren wird nicht mit einer maßgeblichen Entwicklung der Nachteile gerechnet, die das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly für geschützte Interessen aufweist. Daher werden die Überwachungsprogramme unverändert fortgeführt. Die Überwachungsmaßnahmen werden im folgenden Abschnitt beschrieben.

■ Luft und Klimafaktoren

Die Freisetzung chemischer Schadstoffe in die Atmosphäre durch den Standort sind Gegenstand einer jährlichen Schätzung, die im Anhang des Umweltjahresberichts vorgelegt wird:

- Die Schwefeloxidfreisetzungen, die insbesondere auf der Grundlage des Kraftstoffverbrauchs der Notstromaggregate, der Art der verwendeten Kraftstoffe, der Art der Anlagen und der Betriebsbedingungen berechnet wird;
- Die Formol- und Kohlenstoffmonoxidfreisetzungen, die durch den Austausch der Isolierungen entstehen;
- Die Freisetzungen flüchtiger Stoffe aus der Aufbereitung der Sekundärkreise (Ethanolamin, Ammoniak).

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly überwacht auch das Wetter mithilfe einer automatischen Wetterstation (Temperatur-, relative Feuchte und Niederschlagsmessungen) und einem 80 m hohen Wettermast mit Anemometer (Ermittlung der Windrichtung und Windstärke).



© EDF

Beispiele von Gerätschaften zur Niederschlags-, Temperatur- und Windmessung ©EDF

■ Oberflächengewässer

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly implementiert:

- Ein Programm zur Überwachung seiner Entnahmen und seines Verbrauchs aus Oberflächengewässern, entweder durch Berechnung oder mittels Messvorrichtungen, die die Durchflussmengen und Volumen des aus der Loire, aus dem Grundwasser und aus dem Trinkwassernetz der Gemeinde entnommenen Wassers sowie der in den Kühltürmen verdunsteten Durchflussmengen bestimmen;
- Ein Programm zur Überwachung seiner Ausflüsse (einschließlich der Wärmeemissionen und der Freisetzung pathogener Mikroorganismen), insbesondere durch ein Prüflabor, das die Ausflüsse und Prüfpunkte der Qualität der Freisetzungen an den Behältern und am Ende der Sammler kontrolliert.



Überwachung der flüssigen Schadstoffe ©EDF

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly überwacht auch die Gewässer durch chemische, physikalisch-chemische und hydroökologische Analysen anhand von autonomen Multiparameter-Überwachungsstationen sowie Probenentnahmekampagnen, deren jährliche Intervalle parameterabhängig sind:

- Ziel der chemischen Überwachung ist die Feststellung der Konzentration der vom Kraftwerk freigesetzten Chemikalien im Wasser;
- Ziel der hydroökologischen Überwachung ist die Erfassung der natürlichen Entwicklung im aufnehmenden Umweltbereich zur Feststellung anormaler Entwicklungen, die vom Kraftwerksbetrieb verursacht würden;

Außerdem werden vor, während und nach jeder Ausbaggerkampagne spezielle, auf die Baggerarbeiten ausgerichtete Überwachungstätigkeiten durchgeführt.

■ Böden und Grundwasser

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly hat ein Programm zur Überwachung der chemischen und radiologischen Grundwasserqualität eingerichtet, mit dem Ziel, eventuell vorhandene, durch das Kraftwerk verursachte Belastungen des Grundwassers festzustellen. Die Piezometer im Anstrom des Standorts werden ebenfalls überwacht, um einen Referenzzustand für die Grundwasserqualität festzulegen. Dieses Programm wurde 2011 eingerichtet.

Zusätzlich wird im Rahmen von Prüfkampagnen die Bodenqualität unterhalb des Kraftwerks kontrolliert:

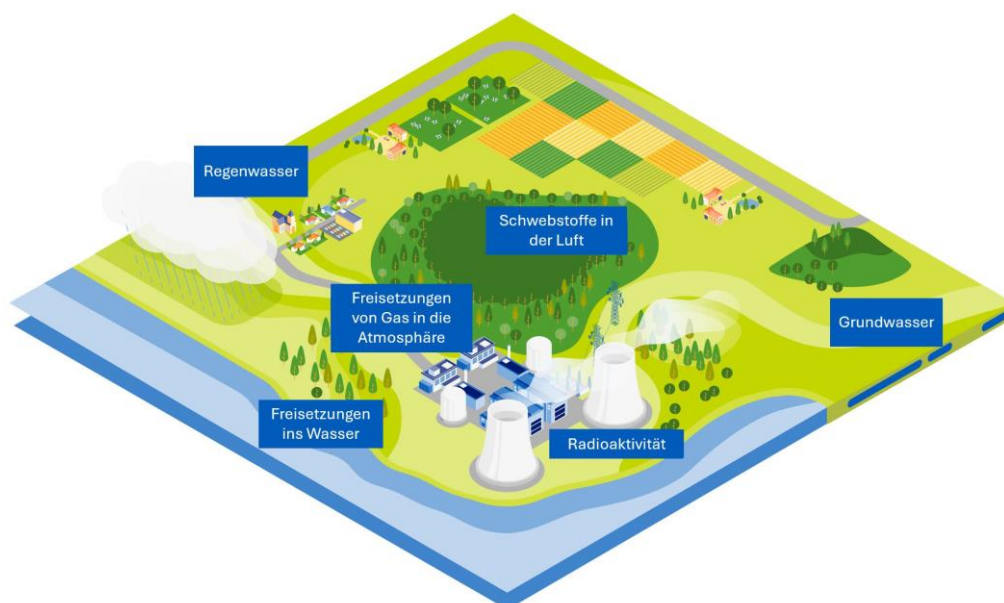
- Bei betrieblichen Störfällen, bei denen Schadstoffe in die unteren Bodenschichten eingedrungen sein könnten;
- Unterhalb des Kernkraftwerkareals: Im Rahmen von vorgeschriebenen Maßnahmen wie der Erstellung eines Bodengutachten gemäß Art. 3.3.7 des Beschlusses Nr. 2013-DC-0360 der ASN vom 16. Juli 2013.

Außerdem werden die aus dem Grundwasser entnommenen Durchflussmengen und Volumen überwacht und verbucht, um sicherzustellen, dass die vorgeschriebenen Grenzwerte eingehalten werden.

■ Radioökologie

Das Kraftwerk von Dampierre-en-Burly implementiert ein Programm zur Überwachung der radioaktiven Ausflüsse an folgenden Punkten:

- Den Schornsteinen zur Freisetzung der atmosphärischen Schadstoffe aus dem Hilfsnuklearanlagegebäude;
- Den Absaugleitungen der Belüftungssysteme der Räumlichkeiten, die möglicherweise kontaminiert sein könnten, um sicherzustellen, dass keine künstliche Radioaktivität vorhanden ist;
- Dem System zur Freisetzung in die Atmosphäre, den Lagerbehältern für atmosphärische Ausflüsse vor deren Freisetzung und den Kühlwasserbehältern der Reaktorbecken;
- Den Lagerbehältern für flüssige Ausflüsse vor deren Freisetzung;
- Dem Regenwasser sowie dem Ventil- und Abwasser, um sicherzustellen, dass keine künstliche Radioaktivität vorhanden ist.



© EDF

Prinzipschaltbild der radiologischen Überwachung der Umwelt

Die Radioaktivität in der Umwelt des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly wird im Rahmen der folgenden Maßnahmen überwacht:

- Ein behördlicher radiologischer Überwachungsplan, der vom Kraftwerk implementiert wird und insbesondere die folgenden Punkte überwacht:
 - Die Atmosphäre mit einer radiologischen Überwachung der Gammastrahlung in der Umwelt, des atmosphärischen Staubs, des Tritiums in der Luft und im Regenwasser;
 - Das Grundwasser;
 - Die Umwelt an Land mit Messungen der Milch und der Bodenpflanzen sowie der oberflächlichen Bodenschichten und landwirtschaftlichen Erzeugnisse;
 - Die Umwelt im Wasser mit Messungen der Oberflächengewässer, Sedimente, Wasserpflanzen und Wasserlebewesen.
- Radiologische Studien auf Veranlassung des Betreibers (Jahresbilanz, Zehnjahresbilanz, Sonderstudien);
- Ein radiologischer Überwachungsplan, den die Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection (ASNR – Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz) systematisch auf eigene Kosten von seinen Abteilungen des „Gutachten“-Zentrums durchführen lässt.

■ **Bevölkerung und deren Gesundheit**

Die Überwachung der Auswirkungen des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly auf die Gesundheit der benachbarten Bevölkerung wird durch die Überwachung der Bereiche Atmosphäre, Oberflächengewässer, Grundwasser und Radioökologie umgesetzt (siehe obige Ausführungen).

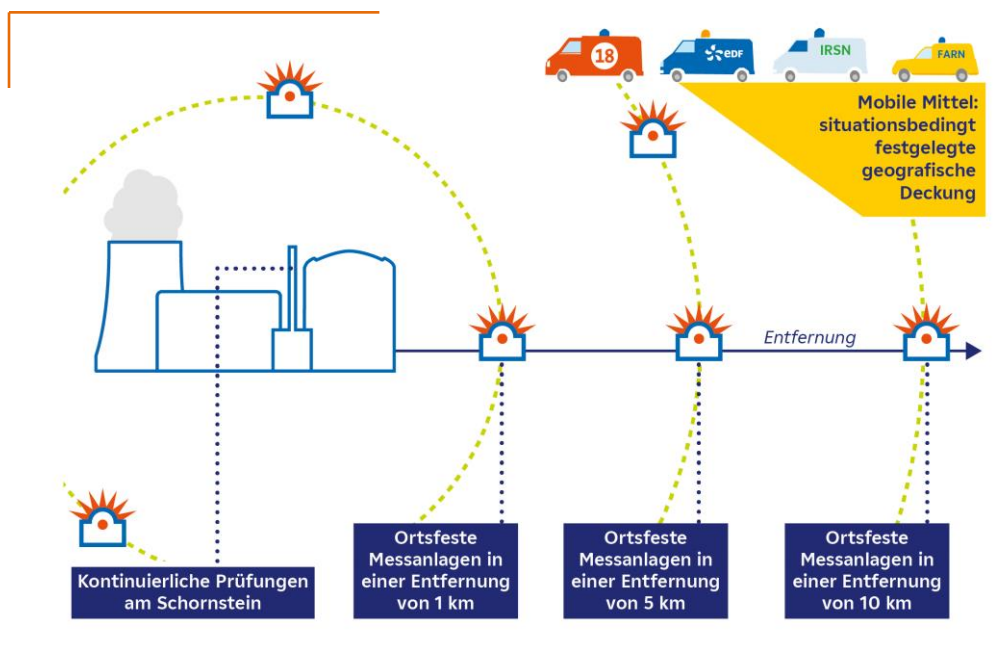
Die Lärmbelastung wird anhand periodischer Lärmbelastungs-Messkampagnen überwacht, um sicherzustellen, dass die Vorschriften eingehalten werden.

Außerdem wird eine mikrobiologische Überwachung der Anlagen und Gewässer durchgeführt (Überwachung der Amöben *Naegleria fowleri* und der Legionellen *Legionella pneumophila*), um die mögliche Freisetzung pathogener Mikroorganismen über die Kühlkreise in die Umwelt zu unterbinden.

7.2. Überwachungsmaßnahmen hinsichtlich der radiologischen Risiken

In einer Unfallsituation dienen die feststehenden und mobilen Messmittel der Kontrolle/Überwachung der Radioaktivität in der Umwelt. Die ortsfesten Messmittel sind **kontinuierlich betriebsbereit** und umfassen die Überwachung der Freisetzungen am Schornstein und die Messung der Radioaktivität in der Umgebungsluft durch Messanlagen, die in einer Entfernung von 1 km, 5 km und 10 km vom Standort aufgestellt sind.

Diese Messungen werden bei Unfällen durch mobile, auf den Fahrzeugen von EDF, dem Gutachtendienst der ASNR und der Feuerwehr installierte Messanlagen verstärkt, die den Bereich um das Kraftwerk abfahren.



8. SCHLUSSFOLGERUNGEN



In Frankreich wird der Bau eines Kernkraftwerks von der französischen Regierung nach Freigabe durch die Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz (Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection – ASNR) genehmigt. Diese Genehmigung enthält keine Betriebsdauerbegrenzung. Dennoch muss der Betreiber alle 10 Jahre eine vertiefte periodische Sicherheitsüberprüfung durchführen, um die Betriebsbedingungen der Anlage für die nächsten 10 Jahre zu bewerten. Er muss sicherstellen, dass der Betrieb der Anlage die für den Standort geltenden nuklearen Sicherheitsregeln erfüllt, und die Prüfung der Risiken und Nachteile aktualisieren, die die Anlage für die öffentliche Sicherheit, Gesundheit und Hygiene oder den Natur- und Umweltschutz, d. h. die sogenannten „geschützten Interessen“ birgt.

In den vier von Électricité de France (EDF) betriebenen 900 MWe-Reaktoren des Kernkraftwerks von Dampierre-en-Burly findet nun die 4. periodische Sicherheitsüberprüfung statt.

Nach Abschluss jeder einzelnen Sicherheitsüberprüfung erstellt EDF einen Bericht, der ihre Schlussfolgerungen und die für den verbesserten Schutz der geschützten Interessen in Betracht gezogenen Maßnahmen darlegt. Nach dem 35. Betriebsjahr findet ein öffentliches Anhörungsverfahren bezüglich dieses Abschlussberichts über die Sicherheitsüberprüfung statt.

Das vorliegende Dokument ist Teil der Unterlagen des öffentlichen Anhörungsverfahrens, das im Rahmen der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung der Reaktoren von Dampierre-en-Burly durchgeführt wird. Es betrifft alle vier Reaktoren des Kraftwerks. Dieses Dokument bezieht sich auf die mit dem Betrieb dieser Reaktoren während der zehn Jahre nach der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung verbundenen Auswirkungen auf die Umwelt, einschließlich der radiologischen oder sonstigen Folgen eventueller Störfälle oder Unfälle.

Auswirkungen bei Normalbetrieb

Die Wechselbeziehungen zwischen dem normalen Kraftwerksbetrieb und der Umwelt, d. h. die Wasserentnahmen und die Ausflüsse, die Erzeugung von Abfällen (mit Ausnahme bestimmter Abfälle), die Lärmbelastung und die Flächennutzung bleiben in den kommenden zehn Jahren auf dem gleichen Niveau wie während des vergangenen Jahrzehnts.

Die Analyse der Auswirkungen dieser Wechselbeziehungen auf die verschiedenen Bereiche der Umwelt, d. h. die Luft und Klimafaktoren, Oberflächengewässer, Böden und Grundwasser, die Radioökologie, die Artenvielfalt, die Bevölkerung und deren Gesundheit und die menschlichen Aktivitäten belegt keine maßgeblichen Auswirkungen des Kraftwerksbetriebs im aktuellen Zustand und für die zehn Jahre nach der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung.

Grenzüberschreitende Auswirkungen werden nicht erwartet.

Auswirkungen bei Unfällen

Als allgemeine Ausrichtung der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung ihrer 900 MWe-Reaktoren hat EDF sich für die Angleichung an die nuklearen Sicherheitsziele der Reaktoren der 3. Generation wie EDFs Bezugsreaktor „EPR Flamanville 3“ (FLA3) entschieden.

Umfangreichen Maßnahmen zur Verbesserung der nuklearen Sicherheit, die zusammengefasst in diesem Dokument vorgestellt werden, wurden im Rahmen der 4. Sicherheitsüberprüfung in 4 Hauptthemenbereichen umgesetzt:

- **Unfälle ohne Kernschmelze:** Verringerung der radiologischen Folgen, bis sie unter den Grenzwerten für die Implementierung der Bevölkerungsschutzmaßnahmen liegen.
- **Aggressionen:** Berücksichtigung stärkerer Aggressionen – insbesondere Trockenheit, Hitzewellen, Überschwemmungen, Erdbeben – und Einrichtung der „Noyau Dur“-Vorrichtungen zur Verstärkung der Widerstandsfähigkeit der Anlagen gegen extreme Aggressionen wie Erdbeben, Wirbelstürme und Überschwemmungen.
- **Brennelementbecken:** Einrichtung zusätzlicher Mittel zur Kühlung, die von den bestehenden Vorrichtungen unabhängig sind.
- **Unfälle mit Kernschmelze:** Implementierung weiterer Maßnahmen, einschließlich der sogenannten „Noyau Dur“-Vorrichtungen, damit die vorzeitige und umfangreiche Freisetzung von Schadstoffen extrem unwahrscheinlich wird und nachhaltige Auswirkungen für die Umwelt vermieden werden.

Der für die nukleare Sicherheit bei dieser 4. Sicherheitsüberprüfung gewählte Ansatz – mit wichtigen Entwicklungen des Konzepts und des Betriebs der Reaktoren von Dampierre-en-Burly – verringert deutlich die Auswirkungen auf die Umwelt im Zusammenhang mit den radiologischen Risiken.

Wie im Dokument vorgestellt, wären die radiologischen Folgen der hypothetischsten schwersten Unfälle mit Kernschmelze räumlich und zeitlich begrenzt und kompatibel mit den für den Bevölkerungsschutz festgelegten Maßnahmen. Die grenzüberschreitenden Auswirkungen durch die atmosphärische Ausbreitung radioaktiver Stoffe sind sowohl auf kurze Sicht als auch langfristig nach Kumulierung vernachlässigbar.

Aufgrund der 4. periodischen Sicherheitsüberprüfung setzt EDF den Betrieb ihrer Reaktoren von Dampierre-en-Burly bis 50 Jahre fort und trägt so zur Aufrechterhaltung einer Stromerzeugung mit niedriger CO₂-Bilanz bei, deren CO₂-Freisetzung pro kW für den gesamten Lebenszyklus des Kraftwerks unter 4 g liegt.

Für die verschiedenen Umweltbereiche werden während der kommenden zehn Jahre keine wesentlichen negativen Auswirkungen durch den Normalbetrieb des Kraftwerks von Dampierre-en-Burly erwartet. Seine Stilllegung würde keine nennenswerten Vorteile für die Umwelt bieten. Sie würde jedoch zu einem deutlichen Einbruch der CO₂-freien Stromerzeugung führen, die dem Verbrauch von mehr als 4,5 Millionen Haushalten entspricht. Die CO₂-Emissionen zur Erzeugung der entfallenen Produktion durch den europäischen Energiemix lägen in einer Größenordnung von ca. 4,5 Millionen Tonnen CO₂ im Jahr.



Abkürzungen	Bezeichnungen
Konventioneller Unfall	Der Begriff „konventioneller Unfall“ wird für einen Unfall verwendet, der nicht bzw. nur schwach radioaktive Folgen haben kann.
ACV	Analyse du cycle de vie – Analyse des Lebenszyklus
APRP	Accident de perte de réfrigérant primaire – Unfall mit Verlust von Primärkreislaufkältemittel
ASG-ND	Système de refroidissement secondaire « Noyau Dur » – System „Noyau Dur“ zur Sekundärkreislaufkühlung
ASNR	Autorité de sûreté nucléaire et de radioprotection – Behörde für nukleare Sicherheit und Strahlenschutz
CENTRACO	CENtre de TRAitement et de CONditionnement – Aufbereitungszentrum
Potentielle Ziele	Die Bevölkerungsgruppen außerhalb der Standortgrenzen sowie die Umwelt, die den zu schützenden Interessen aus Artikel L. 593-1 des französischen Umweltgesetzbuchs entsprechen.
CIRES	Centre Industriel de Regroupement d'Entreposage et de Stockage de l'ANDRA – Industriezentrum mit Sammelzwischenlager- und -lagerstätte der ANDRA (nationale Behörde für die Verwaltung radioaktiver Abfälle)
CSA	Centre de Stockage de l'Aube – Lagerstätte im Département „Aube“
Gefahr	Der Begriff „Gefahr“ definiert eine inhärente Eigenschaft eines Stoffs (Butan, Chlor...), eines Techniksystems (Druckbeaufschlagung mit Gas...), einer Vorrichtung (Heben einer Last...), eines Organismus (Bakterie...), die zu Schäden an einem „empfindlichen Objekt“ führt. Der Begriff „Gefahr“ geht einher mit den Begriffen der Entzündbarkeit oder Explosionsfähigkeit, der Toxizität, der Infektiosität... und dem der verfügbaren Energie, die die Gefahr auszeichnet.
DCE	Directive Cadre sur l'Eau – Rahmenrichtlinie Wasser
DeD	Débit d'équivalent de Dose – Ortsdosisleistung

DOCOB	DOCuments d'OBjectifs – Zielsetzungsunterlagen
DOR	Dossier d'Orientations du Réexamen périodique – Orientierungsunterlagen für die periodische Sicherheitsüberprüfung
DUS	Diesel d'Ultime Secours – dieselbetriebenes Notstromaggregat
EAS	Système d'aspersion d'eau dans l'enceinte de confinement – Beregnungssystem in der Reaktorschutzhülle
EAS-ND	Système d'évacuation de la puissance résiduelle de l'enceinte – System zur Ableitung der Restleistung aus der Reaktorhülle
EDF	Electricité de France – französische Energieversorgungsgesellschaft
EIP	Élément Important pour la Protection des intérêts – wichtige Komponenten für den Schutz der Interessen
EPR	European Pressurised Reactor (Réacteur à Eau Pressurisée) – europäischer Druckwasserreaktor. Gehört der 3. Generation Kernkraftwerke zur Stromerzeugung an
EPRS	Évaluation Prospective des Risques Sanitaires – prospektive Bewertung der Gesundheitsrisiken
EPS	Études Probabilistes de Sûreté – Wahrscheinlichkeitsstudien zur nuklearen Sicherheit
ERC	Eviter, Réduire, Compenser – Vermeiden, verringern, kompensieren
FA	Faible Activité – schwach radioaktiv
FARN	Force d'Action Rapide du Nucléaire – schnelle Kernkraft-Einsatzgruppe
FLA3	Kernkraftwerk Nr. 3 (EPR) des Standorts von Flamanville
GNU	Parc à gaz du magasin général servant à l'entreposage des bouteilles non utilisée – Gasbereich des Hauptlagers für die Zwischenlagerung nicht verwendeter Flaschen
GP/GPE	Groupe Permanent d'experts – ständiges Sachverständigengremium
GV	Générateur de Vapeur – Dampferzeuger
HA	Haute Activité – Stark radioaktiv
ICPE	Installation Classée pour la Protection de l'Environnement – umweltschutzkritische Anlage
IEM	Interprétation de l'État des Milieux – Auslegung des Zustands der Umwelt
INB	Installation Nucléaire de Base – Basiskernkraftanlage
INERIS	Institut National de l'Environnement et des RISques – nationales Institut für Umwelt und Risiken
IRSN	Institut de Radioprotection et de Sûreté Nucléaire – Institut für Strahlenschutz und nukleare Sicherheit
MA	Moyenne Activité – mäßig radioaktiv
MES	Matières en Suspension – Schwebstoffe
ND	Noyau Dur
NQE	Normes de Qualité Environnementales – Umweltqualitätsnormen
NMA	Niveaux Maximaux Admissibles – maximal zulässige Level
OISS	Ouverture Intempestive d'une Soupape Secondaire à 0%Pn – unbeabsichtigtes Öffnen eines Ventils im Sekundärkreis bei 0 %Pn
OPEL	Ouvrage de Prise d'Eau en Loire – Bauwerk zur Wasserentnahme aus der Loire
PA	Produits d'Activation – Aktivierungsprodukte
PF	Produits de Fission – Spaltungsprodukte
Gefährliches Ereignis	Als gefährliches Ereignis gilt die teilweise oder umfassende Freisetzung von Energie oder Stoffen, deren Auswirkungen Schäden an potenziellen Zielen verursachen können.
Gefahren-Potenzial	Eine potenzielle Gefahrenquelle beschreibt einen Stoff, ein Techniksystem, eine Vorrichtung, einen Organismus..., die Schäden verursachen können, die empfindliche Objekte beeinträchtigen.
PTR-bis	Système de traitement et de refroidissement d'eau des piscines supplémentaire – zusätzliches System zur Aufbereitung und Kühlung des Beckenwassers

RCR	Rapport de Conclusion du Réexamen périodique – Abschlussbericht über die periodische Sicherheitsprüfung
REP	Réacteur à Eau Pressurisée – Druckwasserreaktor
RIS	Système de sauvegarde et de protection du circuit primaire (injection de sécurité) – System für die Aufrechterhaltung und den Schutz des Primärkreises (Notkühlsystem)
Risiko	Jede menschliche Tätigkeit verursacht Risiken. Ein Risiko wird als Kombination der Wahrscheinlichkeit des Auftretens eines schädlichen Ereignisses und dem Umfang seiner Auswirkungen definiert.
RP	Réexamen périodique – periodische Sicherheitsüberprüfung
RP4	4 ^e réexamen périodique – 4. periodische Sicherheitsüberprüfung
RP4 900	4 ^e Réexamen Périodique des réacteurs de 900 Mwe – 4. periodische Sicherheitsüberprüfung der 900 MWe-Reaktoren
RTGV	Rupture de tube de générateur de vapeur – Bruch einer Leitung des Dampferzeugers
RTGV4	Rupture d'un Tube de Générateur de Vapeur de catégorie 4 – Bruch einer Leitung des Dampferzeugers der 4. Kategorie
RTV	Rupture de Tuyauterie Vapeur – Bruch einer Dampfleitung
RTV + nRTGV	Rupture de Tuyauterie Vapeur cumulée à la Rupture multiple de Tubes de Générateurs de Vapeur – Bruch einer Dampfleitung kumuliert mit multiplen Dampferzeugerrohrbrüchen
SEG	Système Source d'Eau diversifiée – System mit heterogener Wasserversorgung
SEI	Seuil des Effets Irréversibles – Schwellenwert der irreversiblen Auswirkungen
SF-ND	Source Froide Noyau Dur – Kalte Quelle „Noyau Dur“
Gefahrstoff	Stoff, Zubereitung oder Mischung, der die Kriterien physikalischer Gefahren, Gefahren für die Gesundheit oder Gefahren für die Umwelt gemäß der geänderten Verordnung vom 20. April 1994 erfüllt.
TFA	Très Faiblement Actif / Très Faible Activité – sehr schwach radioaktiv/sehr schwache Radioaktivität
THE	Très Haute Efficacité – Hocheffizient
THM	Trihalométhanes – Trihalomethane
VC	Vie Courte – kurze Halbwertszeit
VL	Vie Longue – lange Halbwertszeit
VTC	Vie Très Courte – sehr kurze Halbwertszeit
WENRA	Western European Nuclear Regulators Association (Association des régulateurs nucléaires d'Europe occidentale) – Verband der nuklearen Aufsichtsbehörden für Westeuropa
ZER	Zone à Émergence Règlementée – Zone mit reglementiertem Aufkommen
ZNIEFF	Zones Naturelles d'Intérêt Écologique, Faunistique et Floristique – Naturgebiete mit besonderer Bedeutung bezüglich der Umwelt, Fauna und Flora
ZPS	Zones de Protection Spéciales – besondere Schutzgebiete vom Typ Europäisches Vogelschutzgebiet
ZSC	Zones Spéciales de Conservation – besondere Schutzgebiete vom Typ FFH-Gebiet



EDF SA
22-30, avenue de Wagram
75382 Paris cedex 08
Capital de 1868 467 354 euros
552 081 317 RCS Paris

www.edf.fr

EDF
Direction Production Nucléaire
CNPE de Dampierre-en-Burly
BP 18
45570 DAMPIERRE-EN-BURLY

<https://www.edf.fr/dampierre>