

# 安全性向上評価届出の制度のあり方や 運用の見直し —参考資料—

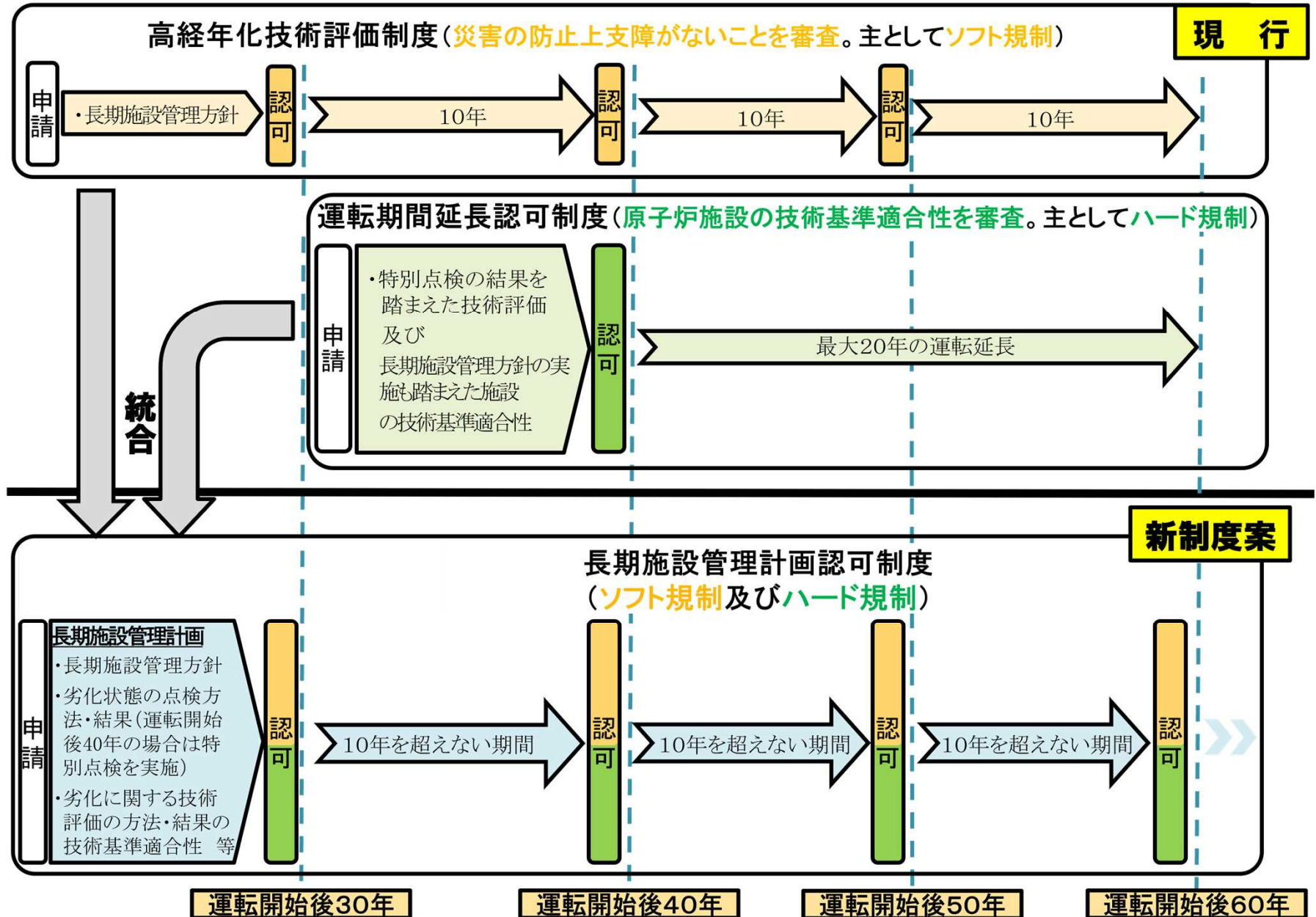
令和5年12月21日  
原子力規制庁



1. 高経年化した原子炉に係る安全規制制度（現行と新制度案）
2. 長期施設管理計画の記載事項
3. 現行の安全性向上評価届出における新知見の記載例



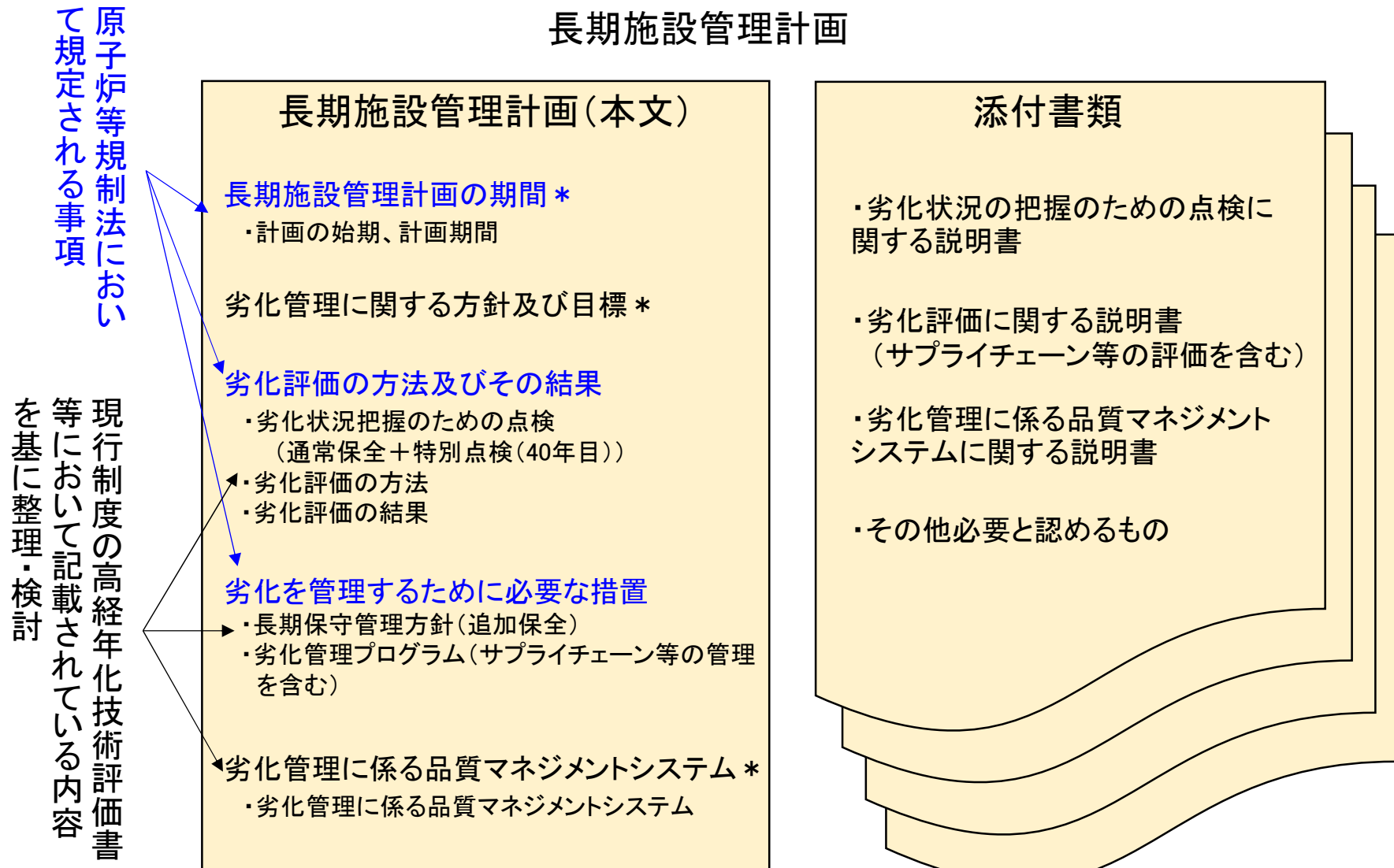
# 1. 高経年化した原子炉に係る安全規制制度（現行と新制度案）





## 2. 長期施設管理計画の記載事項

- 長期施設管理計画の記載事項は、以下の項目としている。



\* 高経年化技術評価評価書等との比較における新規の記載事項



### 3. 現行の安全性向上評価届出における新知見の記載例

#### ➤ 収集した知見が安全性の向上に資する新知見と判断された場合の記載例

第 2.2.2.17 表 国際機関及び国内外の学会等の情報（外部事象に関する情報）に係る反映が必要な新知見情報（その他自然現象及び人為事象）

No.	分野	表題	入手元	概要	反映状況
1	生物学的事象	敦賀発電所1号機 高圧注水系ディーゼル冷却用海水配管の減肉について	トラブル情報	定期検査中において、高圧注水系ディーゼル冷却用海水配管を配管外側から肉厚測定を実施したところ、必要最小厚さを下回った箇所があることを確認した。 配管のライニングが、海水中の海生物の付着、脱落あるいは衝突により損傷したことで、海水と配管内表面が接液し腐食が始まったことが原因であると推定した。	同じ材質のライニングを使用している取替が必要な配管がないことを確認した。また、腐食の発生しやすい流体条件の厳しい箇所については、点検を計画・実施した。

※「伊方発電所3号機安全性向上評価(第2回届出2022年7月22日)」より抜粋



### 3. 現行の安全性向上評価届出における新知見の記載例

#### ➤ 事業者が検討の結果、反映が不要と判断した知見の記載例

第 2.2.2.16 表 国際機関及び国内外の学会等の情報（外部事象に関する情報）に係る新知見関連情報（地震・津波）

No.	分野	表題	文献誌名
1	地震	基準地震動による機器・配管系の耐震設計における延性破壊・塑性崩壊に対する許容基準	日本機械学会論文集
2	地震	地震時におけるトラス型容器内部水の有効質量の評価（その2）（無次元化水位に関する検討）	JSME 年次大会 2018
3	地震	原子力発電所に使用される電動バタフライ弁駆動装置の耐震試験結果	ASME PVP2018
4	地震	原子力発電所に使用される電動弁駆動装置の耐震試験解析評価	ASME PVP2018
5	地震	曲げ荷重を受けるフィラメントワインディング FRP 配管の終局状態に関する研究	ASME PVP2018
6	地震	発電用原子炉設備規格設計・建設規格	発電用原子炉設備規格
7	地震	沸騰水型原子力発電所に使用される主蒸気隔離弁の耐震試験結果	日本原子力学会 2020 年 春の年会予稿集
8	地震	原子力発電所の空気作動弁駆動装置の耐震試験用試験体の選定	ASME PVP2019
9	地震	原子力発電所の空気作動弁駆動装置の耐震試験結果（空気作動バタフライ弁（直結式））	ASME PVP2019
10	地震	原子力発電所の空気作動弁駆動装置の耐震試験結果（空気作動玉形弁（シリンダ別））	ASME PVP2019

■  
■ ※「伊方発電所3号機安全性向上評価(第2回届出2022年7月22日)」より抜粋  
■