

発電用原子炉施設に係る特定機器（特定兼用キャスク）の型式の指定 （三菱重工業株式会社 MSF-24P (S) 型）

令和 5 年 5 月 3 1 日
原子力規制庁

1. 趣旨

本議題は、以下のとおり付議し、諮るものである。

- ・ 特定兼用キャスクの型式指定を行うことの決定
- ・ 型式設計特定機器指定通知書の交付及び型式指定の番号等の告示の決定
- ・ 特定兼用キャスクの型式指定を行う場合は、原子力規制庁長官の専決処理により行うことのできる

2. 経緯

令和 3 年 1 0 月 2 7 日付けをもって型式証明¹を行った発電用原子炉施設に係る特定機器（特定兼用キャスク（MSF-24P (S) 型）。令和 4 年 6 月 2 日付けをもって型式証明の変更を承認²。）について、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（昭和 3 2 年法律第 1 6 6 号。以下「原子炉等規制法」という。）第 4 3 条の 3 の 3 1 第 1 項の規定に基づき、三菱重工業株式会社（以下「三菱重工」という。）から、令和 4 年 7 月 1 3 日に型式指定の申請（令和 5 年 3 月 3 1 日に一部補正。以下「本申請」という。）があった。

原子力規制庁は、本申請に対し、特定兼用キャスクの設計の型式証明等に係る審査会合を開催し、審査を実施した。今般、特定兼用キャスクの型式指定に関して、型式認証制度の運用の開始以降、初めて審査結果を取りまとめた。

3. 原子力規制庁による審査

本申請が原子炉等規制法第 4 3 条の 3 の 3 1 第 3 項各号の規定に適合するか否かを確認するため、以下のとおり審査を行った。

- （1）令和 3 年 1 0 月 2 7 日付けをもって型式証明（令和 4 年 6 月 2 日付けをもって型式証明の変更を承認。）を受けた設計に基づいたものであること（第 1 号関連）
- （2）实用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則（平成 2 5 年原子力規制委員会規則第 6 号）に適合しているものであること（第 2 号関連）
- （3）発電用原子炉施設に使用する特定機器の型式証明及び型式指定運用ガイド（原規技発第 13061921 号（平成 2 5 年 6 月 1 9 日原子力規制委員会決定））を踏まえ、原子力施設の保安のための業務に係る品質管理に必要な体制の基準に関する規則（令和 2 年原子力規制委員会規則第 2 号）に則り、特定兼用キャスクが均一に製作されるよう品質管理が行われていること（第 3 号関連）

¹ 令和 3 年原子力規制委員会告示第 1 0 号において、型式証明番号等について告示した。

² 令和 4 年原子力規制委員会告示第 3 号において、特定機器を使用することができる発電用原子炉施設の範囲又は条件の変更について告示した。

また、特定兼用キャスクは、使用済燃料の工場等外への運搬に使用する容器に兼用するものとして、核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する規則（昭和53年総理府令第57号。以下「外運搬規則」という。）に定める技術上の基準に適合することが求められることから、外運搬規則第6条及び第11条に定める技術上の基準（容器に係るものに限る。）への適合性についても併せて確認した。

審査の結果、本申請が原子炉等規制法第43条の3の3第3項各号のいずれにも適合していることが認められた。また、外運搬規則第6条及び第11条に定める技術上の基準（容器に係るものに限る。）にも適合していることが認められた。（詳細は別紙1を参照。）

4. 型式指定（決定事項）

上記3.の原子力規制庁による審査の結果を踏まえ、本申請が原子炉等規制法第43条の3の3第3項各号のいずれにも適合していると認められることから、同条第1項の規定に基づき、型式指定を行うことについて、決定していただきたい。

併せて、別紙2のとおり、実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（昭和53年通商産業省令第77号）第110条第1号の規定に基づき、型式設計特定機器指定通知書を三菱重工に交付するとともに、別紙3のとおり、同規則第112条第1項の規定に基づき、型式指定の番号等の告示を行うことについて、決定していただきたい。

5. 今後の対応（了承事項）

今後、本申請と同様の構造を有し、技術的新規性が乏しい特定兼用キャスクの型式指定については、原子力規制委員会行政文書管理要領（原規総発第120919005号（平成24年9月19日原子力規制委員会決定））に基づき、原子力規制庁長官の専決処理により行うことについて、了承していただきたい。

[附属資料一覧]

別紙1	三菱重工業株式会社の発電用原子炉施設に係る特定機器の型式の指定に関する審査結果・・・・・・・・・・・・・・・・・・（P3）
別紙2	発電用原子炉施設に係る特定機器の型式の指定について（案）・・・・・・・・・・・・・・・・・・（P23）
別紙3	三菱重工業株式会社の発電用原子炉施設に係る特定機器の型式の指定の告示（案）・・・・・・・・・・・・・・・・・・（P25）
参考1	三菱重工業（株）MSF-24P(S)型の型式指定について・・・・・・・・・・・・・・・・・・（P27）
参考2	三菱重工業（株）特定機器の設計の型式指定に係る申請概要・・・・・・・・・・・・・・・・・・（P29）
参考3	参照条文・・・・・・・・・・・・・・・・・・（P33）
参考4	型式認証制度について・・・・・・・・・・・・・・・・・・（P41）

三菱重工業株式会社の発電用原子炉施設に係る特定機器の
型式の指定に関する審査結果年 月 日
原 子 力 規 制 庁

1. 審査内容

原子力規制委員会原子力規制庁（以下「規制庁」という。）は、三菱重工業株式会社（以下「申請者」という。）の発電用原子炉施設に係る型式設計特定機器の型式指定申請書（令和4年7月13日付け Doc No. L5-95KV100 R0 をもって申請、令和5年3月31日付け Doc No. L5-95KV151 R0 をもって一部補正。以下「本申請」という。）が、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（昭和32年法律第166号。以下「法」という。）第43条の3の31第3項第1号に規定する法第43条の3の30第1項の型式証明を受けた設計に基づいたものであるかどうか、法第43条の3の31第3項第2号に規定する法第43条の3の14の技術上の基準として定める「実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則」（平成25年原子力規制委員会規則第6号。以下「技術基準規則」という。）に適合しているものであるかどうか、法第43条の3の31第3項第3号に規定する均一性を有するものであるかどうかについて審査した。

また、本申請における型式設計特定機器は、実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（昭和53年通商産業省令第77号）第100条第2号で規定する特定兼用キャスクであり、実用発電用原子炉及びその附属施設の位置、構造及び設備の基準に関する規則（平成25年原子力規制委員会規則第5号。以下「設置許可基準規則」という。）第2条第2項第41号に規定する兼用キャスクには、使用済燃料を工場等内に貯蔵する乾式キャスクのうち、使用済燃料の工場等外への運搬に使用する容器に兼用することができるものとして、核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する規則（昭和53年総理府令第57号。以下「外運搬規則」という。）第6条及び第11条に定める技術上の基準（容器に係るものに限る。）に適合することが求められていることから、当該適合性についても併せて確認することとした。

特定兼用キャスクに係る輸送容器の設計及び核燃料物質等を当該輸送容器に収納した核燃料輸送物（以下「輸送物」という。）の安全性に関して、輸送物は外運搬規則第3条第1項第3号に規定するBM型輸送物及び外運搬規則第11条に規定する核分裂性物質に係る核燃料輸送物であることから、外運搬規則第3条第3項の規定に従い輸送物の経年変化を考慮した上で、外運搬規則第6条に定めるBM型輸送物に係る技術上の基準及び外運搬規則第11条に定める核分裂性物質に係る核燃料輸送物の技術上の基準に適合しているものであるかどうかについて審査した。

規制庁は、審査に当たり、申請書本文、新技術の内容を十分に説明した書類、型式証明を受けた設計との整合性に関する説明書、自然現象による損傷の防止に関する説明書、耐震性に関する説明書、強度に関する説明書、構造図、容量、最高使用圧力及び最高使用温度の設定根拠に関する説明書、核燃料物質が臨界に達しないことに関する説明書、特定兼用キャスクの冷却能力に関する説明書、放射線遮蔽材の放射線の遮蔽及び熱除去についての計算書、特定兼用キャスクの閉じ込めに関する説明書、特定兼用キャスクが使用される条件下における健全性に関する説明書、外運搬規則第六条若しくは第七条及び第十一条に定める技術上の基準（容器に係るものに限る。）への適合性に関する説明書、申請に係る型式設計特定機器の設計及び製作に係る品質管理の方法並びにその実施に係る組織に関する説明書、並びに申請に係る型式設計特定機器の特定機器型式証明変更承認通知書の写しを確認の対象とした。

また、本審査においては、原子力規制委員会が定めた原子力発電所敷地内での輸送・貯蔵兼用乾式キャスクによる使用済燃料の貯蔵に関する審査ガイド（原規技発第 1903131 号（平成 31 年 3 月 13 日原子力規制委員会決定））等を参照するとともに、その他法令で定める基準、学協会規格等も参照した。

なお、申請者は、特定兼用キャスクを基礎等に固定せず、かつ、特定兼用キャスク蓋部が金属部へ衝突しない方法として、特定兼用キャスクに貯蔵用緩衝体を装着する設計とするとしているが、貯蔵用緩衝体は、特定兼用キャスクの設計の型式指定の申請対象設備等に含まれず、2.(5)②に示すとおり、特定兼用キャスクの使用に係る発電用原子炉施設の設計及び工事の計画の認可申請において、その設計及び工事の計画を確認するものである。

2. 申請の概要

本申請は、法第 4 3 条の 3 の 3 0 第 1 項の規定に基づき、発電用原子炉施設に係る特定機器の設計の型式証明申請書（令和 2 年 1 月 27 日付け Doc No. L5-95JY100 R0 をもって申請、令和 3 年 8 月 31 日付け Doc No. L5-95JY101 R0 及び令和 3 年 10 月 8 日付け Doc No. L5-95JY102 R0 をもって一部補正）により、令和 3 年 10 月 27 日付け原規規発第 2110274 号で型式証明を受け、法第 4 3 条の 3 の 3 0 第 3 項の規定に基づき、発電用原子炉施設に係る特定機器の設計の型式証明変更申請書（令和 4 年 1 月 28 日付け Doc No. L5-95JY103 R0 をもって申請、令和 4 年 4 月 6 日付け Doc No. L5-95JY104 R0 をもって一部補正）により、令和 4 年 6 月 2 日付け原規規発第 2206025 号で変更の承認を受けた設計に係る型式設計特定機器に関するものであり、その概要は以下のとおり。

なお、当該特定機器の設計の型式証明に係る申請書を、以下「型式証明申請書」という。

- (1) 型式設計特定機器の種類：特定兼用キャスク
- (2) 型式設計特定機器の名称及び型式：MSF-24P (S) 型（以下「当該特定兼用キャスク」という。）
- (3) 型式設計特定機器の型式証明の番号：C-S E-2110271
- (4) 型式設計特定機器の設計及び製作の方法の概要

①設計仕様

特定兼用キャスク 1 基あたりの貯蔵能力： PWR 使用済燃料集合体 24 体

全長： 5.2 m 以下

外径： 2.6 m 以下

全質量（使用済燃料を含む。）：120 t 以下

貯蔵する使用済燃料集合体の種類：

PWR 使用済燃料集合体（17×17 燃料（A型、B型）、15×15 燃料（A型、B型））

特定兼用キャスク 1 基あたりの最大崩壊熱量：15.8kW

貯蔵する使用済燃料集合体の種類に応じた燃焼度及び冷却期間：

PWR 使用済燃料集合体（ウラン燃料）

17×17 燃料 48,000Mwd/t 型（A型）を収納する場合

収納する使用済燃料集合体の最高燃焼度 48,000Mwd/t 以下

冷却期間 15 年以上

17×17 燃料 48,000Mwd/t 型（B型）を収納する場合

収納する使用済燃料集合体の最高燃焼度 48,000Mwd/t 以下

冷却期間 17 年以上

17×17 燃料 39,000Mwd/t 型（A型）を収納する場合

収納する使用済燃料集合体の最高燃焼度 39,000Mwd/t 以下

冷却期間 15 年以上

17×17 燃料 39,000MWd/t 型 (B型) を収納する場合 収納する使用済燃料集合体の最高燃焼度 冷却期間	39,000MWd/t 以下 17 年以上
15×15 燃料 48,000MWd/t 型 (A型) を収納する場合 収納する使用済燃料集合体の最高燃焼度 冷却期間	48,000MWd/t 以下 15 年以上
15×15 燃料 48,000MWd/t 型 (B型) を収納する場合 収納する使用済燃料集合体の最高燃焼度 冷却期間	48,000MWd/t 以下 17 年以上
15×15 燃料 39,000MWd/t 型 (A型) を収納する場合 収納する使用済燃料集合体の最高燃焼度 冷却期間	39,000MWd/t 以下 15 年以上
15×15 燃料 39,000MWd/t 型 (B型) を収納する場合 収納する使用済燃料集合体の最高燃焼度 冷却期間	39,000MWd/t 以下 17 年以上

(5) 型式設計特定機器を使用することができる発電用原子炉施設の範囲又は条件

①範囲

以下に示す条件により設計された型式設計特定機器を使用することができる貯蔵施設であること。

特定兼用キャスクの設計貯蔵期間	60 年以下
特定兼用キャスクの貯蔵場所	貯蔵建屋内
特定兼用キャスクの貯蔵姿勢	横置き
特定兼用キャスクの設置方式	貯蔵架台上に設置
特定兼用キャスクの固定方式	トランニオン固定
特定兼用キャスクの表面における線量当量率	2 mSv/h 以下
特定兼用キャスク表面から1m 離れた位置における線量当量率	100µSv/h 以下
貯蔵状態における特定兼用キャスク周囲温度	最低温度 -20℃ 最高温度 45℃
貯蔵状態における貯蔵建屋壁面温度	最高温度 65℃
地震力	加速度 水平 2300Gal 及び 鉛直 1600Gal (※1) 又は 速度 水平 2m/s 及び 鉛直 1.4m/s (※1)
津波荷重の算出条件	浸水深 10m (※1) 流速 20m/s (※1) 漂流物質量 100 t
竜巻荷重の算出条件	風速 100m/s (※1)
設計飛来物	兼用キャスク告示に定める竜巻により、特定兼用キャスクに衝突し得る飛来物として、原子力発電所の竜巻影響評価ガイド (原規技発第 13061911 号 (平成 25 年 6 月 19 日原子力規制委員会決定)) を参考に条件を設定

(※1) 兼用キャスクが安全機能を損なうかどうかをその設置される位置のいかんにかかわらず判断するために用いる地震力等を定める告示 (平成 31 年原子力規制委員会告示第 2 号。以下「兼用キャスク告示」という。) に規定される値

②条件

発電用原子炉施設の設計及び工事の計画の認可申請時に別途確認を要する条件は以下のとおり。

- ・当該特定兼用キャスク蓋部が金属部へ衝突しない方法として貯蔵用緩衝体を装着して設置するものとし、当該貯蔵用緩衝体は、貯蔵用緩衝体の経年変化を考慮した上で、一般社団法人 日本機械学会「使用済燃料貯蔵施設規格金属キャスク構造規格（2007年版）」（以下「金属キャスク構造規格」という。）に規定される供用状態Dに対して、当該特定兼用キャスクの安全機能を担保する部材が許容基準を満足するために必要な緩衝性能を有すること。必要な緩衝性能を有することとは、貯蔵施設における想定事象により、当該特定兼用キャスク本体に水平落下、軸方向衝突（上部側）及び軸方向衝突（下部側）の衝撃加速度が生じた場合に、当該特定兼用キャスクの上部（蓋部）及び下部（底部）に作用する荷重が、金属キャスク構造規格の供用状態Dの許容基準を満たすために本申請において設定した荷重条件を満たす場合とする。
- ・当該特定兼用キャスクに使用済燃料集合体を収納するに当たっては、当該特定兼用キャスクの臨界機能に関する評価で考慮した因子についての条件又は範囲を逸脱しないような措置、並びに当該特定兼用キャスクの遮蔽機能及び除熱機能に関する評価で考慮した使用済燃料集合体の燃焼度に応じた使用済燃料集合体の配置の条件又は範囲を逸脱しないような措置が講じられること。
- ・貯蔵建屋の損傷によりその遮蔽機能が著しく低下した場合においても、工場等周辺の実効線量は周辺監視区域外における線量限度を超えないこと。
- ・貯蔵建屋は、当該特定兼用キャスクの除熱機能を阻害しない設計であること。また、貯蔵建屋の給排気口は、積雪等により閉塞しない設計であること。
- ・当該特定兼用キャスク周囲温度が、(5)①で示す最高温度以下であること。また、貯蔵建屋壁面温度が、(5)①で示す最高温度以下であること。さらに、貯蔵建屋内の周囲温度が異常に上昇しないことを監視できること。
- ・当該特定兼用キャスクの万一の閉じ込め機能の異常に対する修復性の考慮がなされていること。
- ・地震時に、貯蔵施設における周辺施設等からの波及的影響により当該特定兼用キャスクの安全機能が損なわれないこと。
- ・竜巻により当該特定兼用キャスクに衝突し得る飛来物の条件が、(5)①で示す設計飛来物の条件に包絡されていること。
- ・法第43条の3の9第1項に基づく設計及び工事の計画の認可の申請までに外運搬規則第21条第2項の規定に基づく輸送容器の設計に関する原子力規制委員会の承認を受けること。

輸送容器の設計に関する原子力規制委員会の承認を受ける際には、次のとおりとする。

- ・核燃料輸送物の運搬は、添付書類13「外運搬規則第六条若しくは第七条及び第十一条に定める技術上の基準（容器に係るものに限る。）への適合性に関する説明書」（イ）章に示す輸送容器の緩衝体を装着し、専用積載として周囲温度 -20°C 以上で実施すること。また、輸送容器の使用予定年数は60年、使用予定回数は10回であること。
- ・輸送用の緩衝体の使用に際しては、都度、輸送容器の使用履歴を蓄積し、輸送前に、輸送容器の使用履歴、収納物の発熱量及び輸送時に想定される環境温度を踏まえ、木材温度が、概ね実績のある温度の範囲内であることを確認した後に輸送を行うこと。

- ・核燃料輸送物の発送前検査（温度測定検査）により、太陽熱放射のない条件において輸送中人が容易に近づくことができる表面温度が 85℃を超える場合には、近接防止金網を装着して輸送すること。
- ・核燃料輸送物の発送前検査（外観検査）により、核燃料輸送物がみだりに開封されないように、かつ、開封された場合に開封されたことが明らかになるよう措置されていることを確認すること。
- ・核燃料輸送物の発送前検査（表面密度検査）により、核燃料輸送物の表面の放射性物質の密度が外運搬規則第 4 条第 1 項第 8 号に規定される表面密度限度以下であることを確認すること。
- ・核燃料輸送物の発送前検査（収納物検査）により、核燃料物質等の使用等に必要書類その他の物品（核燃料輸送物の安全性を損なうおそれのないものに限る。）以外のものが収納されていないことを確認すること。

3. 審査の内容

1. 審査内容のとおり、法第 4 3 条の 3 の 3 1 第 3 項各号並びに外運搬規則第 6 条及び第 1 1 条に定める技術上の基準（容器に係るものに限る。）に適合することが求められていることから、それぞれの適合性について 3-1 及び 3-2 に記載する。

3-1. 法第 4 3 条の 3 の 3 1 第 3 項各号への適合性

3-1-1. 法第 4 3 条の 3 の 3 1 第 3 項第 1 号への適合性

規制庁は、当該特定兼用キャスクが型式証明を受けた設計に基づいたものであるかに関して、次の事項を確認したことから、本申請が法第 4 3 条の 3 の 3 1 第 3 項第 1 号の規定に適合しているものと認める。

- (1) 型式設計特定機器の設計及び製作の方法のうち設計仕様について、型式証明申請書に記載された当該特定兼用キャスク及び収納する使用済燃料集合体の仕様と整合していること。
- (2) 型式設計特定機器の設計及び製作の方法のうち設計方針について、型式証明申請書に記載された特定機器の構造及び設備における設計方針と整合していること。
- (3) 当該特定兼用キャスクを使用することができる発電用原子炉施設の範囲又は条件について、型式証明申請書に記載された発電用原子炉施設の範囲又は条件と整合していること。また、本申請においては、当該特定兼用キャスクの貯蔵場所は貯蔵建屋内とし、貯蔵姿勢は横置きに限定としていること。

3-1-2. 法第 4 3 条の 3 の 3 1 第 3 項第 2 号への適合性

規制庁は、本申請の技術基準規則各条文への適合性に関して、型式設計特定機器の設計及び製作の方法について、3-1-1 の法第 4 3 条の 3 の 3 1 第 3 項第 1 号への適合性に関する審査において確認した設計方針に対応する技術基準規則として、第 5 条（地震による損傷の防止）、第 6 条（津波による損傷の防止）、第 7 条（外部からの衝撃による損傷の防止）、第 1 7 条（材料及び構造）及び第 2 6 条（燃料取扱設備及び燃料貯蔵設備）への適合性を確認した。

本審査では、当該規定の条項のうち、本申請である当該特定兼用キャスクの設計の型式指定に係る事項を審査の対象範囲とし、申請者の詳細設計について審査した。上記以外の条項については審査の対象外とした（本審査の対象範囲については表 1 を参照）。以下、本節において用いる条番号は、断りのない限り技術基準規則のものである。

また、製作の方法は、上記各条に規定される設備ごとの要求事項等を踏まえ、当該設備が期待される機能を確実に発揮することを示すため、製作の手順や検査の方法等を記載す

るものであることから、製作の方法に係る技術基準規則の規定への適合性については、上記各条への適合性とは別に記載した。

(1) 第5条（地震による損傷の防止）

第5条の規定は、特定兼用キャスクについて、設置許可基準規則第4条第6項第1号に規定する兼用キャスク告示に定める地震力（以下「告示地震力」という。）に対してその安全性が損なわれるおそれがないように施設しなければならないこと等を要求している。

申請者は、地震による損傷の防止について、以下のとおり設計するとしている。

- ①告示地震力に対して蓋部が金属部へ衝突しない方法で横置きに設置し、貯蔵用緩衝体を装着する。
- ②①の場合において、自重その他の貯蔵時に想定される荷重と告示地震力を組み合わせた荷重条件に対して、当該特定兼用キャスクの安全機能を担保する部位のうち、閉じ込め機能を担保する部位はおおむね弾性状態に留まるようにし、臨界防止機能を担保するバスケットプレートは弾性状態に留まるように設計する。それ以外の部位については、塑性ひずみが生じる場合であっても、破断延性限界に十分な余裕を有し、安全機能が維持される設計とする。

規制庁は、地震による損傷の防止に関して、告示地震力が作用した場合に、当該特定兼用キャスクの安全機能を担保する部位に発生する応力に対して必要な強度を有しており、構造強度を確保できるよう設計していることを確認したことから、第5条の規定に適合していると認める。

(2) 第6条（津波による損傷の防止）

第6条の規定は、特定兼用キャスクについて、設置許可基準規則第5条第2項第1号に規定する兼用キャスク告示に定める津波（以下「告示津波」という。）によりその安全性が損なわれるおそれがないように防護措置その他の適切な措置を講じなければならないこと等を要求している。

申請者は、津波による損傷の防止について、告示津波による遡上波の波力及び漂流物の衝突による荷重が同時に作用する荷重条件に対して、当該特定兼用キャスクの安全機能を担保する部位のうち、閉じ込め機能を担保する部位はおおむね弾性状態に留まるようにし、臨界防止機能を担保するバスケットプレートは弾性状態に留まるように設計するとしている。それ以外の部位については、塑性ひずみが生じる場合であっても、破断延性限界に十分な余裕を有し、安全機能が維持される設計とするとしている。

規制庁は、津波による損傷の防止に関して、告示津波が作用した場合に、当該特定兼用キャスクの安全機能を担保する部位に発生する応力に対して必要な強度を有しており、構造強度を確保できるよう設計していることを確認したことから、第6条の規定に適合していると認める。

(3) 第7条（外部からの衝撃による損傷の防止）

第7条の規定は、特定兼用キャスクについて、設置許可基準規則第6条第4項第1号に規定する兼用キャスク告示に定める竜巻（以下「告示竜巻」という。）により安全性を損なうおそれがある場合は、防護措置その他の適切な措置を講じなければならないこと等を要求している。

申請者は、外部からの衝撃による損傷の防止について、告示竜巻による荷重及び設計飛来物の衝突荷重を組み合わせた荷重条件に対して、当該特定兼用キャスクの安全機能を担保する部位のうち、閉じ込め機能を担保する部位はおおむね弾性状態に留まるようにし、臨界防止機能を担保するバスケットプレートは弾性状態に留まるように設計している。それ以外の部位については、塑性ひずみが生じる場合であっても、破断延性限界に十分な余裕を有し、安全機能が維持される設計とされている。

規制庁は、外部からの衝撃による損傷の防止に関して、告示竜巻が作用した場合に、当該特定兼用キャスクの安全機能を担保する部位に発生する応力に対して必要な強度を有しており、構造強度を確保できるよう設計していることを確認したことから、第7条の規定に適合していると認める。

(4) 第17条（材料及び構造）

第17条の規定は、クラス3容器である特定兼用キャスクについて、以下の①から③に掲げる要件に適合することを要求している。

- ①特定兼用キャスクに使用する材料は、その使用される圧力、温度、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有すること。
- ②特定兼用キャスクの構造及び強度は、設計上定める条件において、全体的な変形を弾性域に抑えること、また、設計上定める条件において、座屈が生じないこと。
- ③特定兼用キャスクの主要な耐圧部の溶接部は、不連続で特異な形状でないものであること、溶接による割れが生ずるおそれがなく、かつ、健全な溶接部の確保に有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により確認したものであること、適切な強度を有するものであること、機械試験その他の評価方法により適切な溶接施工法、溶接設備及び技能を有する溶接士であることをあらかじめ確認したものであり溶接したものであること。

申請者は、材料及び構造について、以下のとおり設計している。

- ①クラス3容器である当該特定兼用キャスクの材料及び構造について、「発電用原子力設備規格 設計・建設規格（2012年度版）＜第I編 軽水炉規格＞JSME S NC1-2012」（日本機械学会）等に従い設計する。
当該特定兼用キャスクの材料については、使用される圧力、温度、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有する設計とする。
- ②当該特定兼用キャスクの構造及び強度について、容器は、取扱い時及び貯蔵時において、全体的な変形を弾性域に抑える設計とする、また、座屈が生じない設計とする。
- ③容器の主要な耐圧部の溶接部は、不連続で特異な形状でないものであり、溶接による割れが生じるおそれがなく、かつ、健全な溶接部の確保と有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により確認したものであり、適切な強度を有するものとする。また、機械試験その他の評価方法により適切な溶接施工法、溶接設備及び適切な技能を有する溶接士であることをあらかじめ確認したものであり溶接する。

規制庁は、材料及び構造に関して、使用される圧力、温度、荷重その他の使用条件に対して適切な機械的強度及び化学的成分を有するよう設計していること、取扱い時及び貯蔵時において全体的な変形を弾性域に抑え、座屈が生じない設計とすること、容器の主要な耐圧部の溶接部は、有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験によ

り確認したものであり、適切な強度を有するものとする等を確認したことから、第17条の規定に適合していると認める。

(5) 第26条（燃料取扱設備及び燃料貯蔵設備）

第26条の規定は、特定兼用キャスクについて、燃料体等が臨界に達するおそれがない構造であること、崩壊熱により燃料体等が溶融しないものであること、使用済燃料が内包する放射性物質を適切に閉じ込めることができ、かつ、その機能を適切に監視できること、使用済燃料からの放射線に対して適切な遮蔽能力を有すること、使用済燃料の被覆管の著しい腐食又は変形を防止できること、キャスク本体その他のキャスクを構成する部材は、使用される温度、放射線、荷重その他の条件に対し、適切な材料及び構造であることを要求している。

このため、規制庁は、以下の項目について審査を行った。

- ①臨界防止
- ②崩壊熱の除去
- ③閉じ込め及び監視
- ④遮蔽能力
- ⑤材料・構造健全性

規制庁は、これらの項目について、以下のとおり本申請の内容を確認したことから、技術基準規則に適合するものと判断した。

各項目についての審査内容は以下のとおり。

①臨界防止

第26条第2項第1号の規定は、特定兼用キャスクについて、燃料体等が臨界に達するおそれがない構造であることを要求している。

申請者は、使用済燃料の臨界防止について、以下のとおり設計するとしている。

- a. 使用済燃料集合体を所定の幾何学的配置に維持するためのバスケットプレート及び中性子吸収能力を有するほう素を偏在することなく添加した中性子吸収材を適切な位置に配置することにより、当該特定兼用キャスク単体として、使用済燃料集合体を収納した条件下で、臨界を防止する。
- b. 臨界解析上厳しい結果を与えるよう、最も反応度の高い未照射燃料を収納し、当該特定兼用キャスクの周囲を完全反射とするなどの条件で評価を行った結果、中性子実効増倍率は冠水状態の場合に最大で0.912となり0.95以下であることから、技術的に想定されるいかなる場合でも使用済燃料が臨界に達するおそれはない。

規制庁は、使用済燃料の臨界防止に関して、バスケットプレートを適切な位置に配置することにより使用済燃料の幾何学的配置が維持できること、また、臨界計算により、燃料が臨界に達しない構造等である設計としていることを確認したことから、第26条第2項第1号に適合していると認める。

②崩壊熱の除去

第26条第2項第2号の規定は、特定兼用キャスクについて、崩壊熱により燃料体等が溶融しないものであることを要求している。

申請者は、崩壊熱の除去について、以下のとおり設計するとしている。

- a. 動力を用いずに使用済燃料の崩壊熱を適切に除去するため、使用済燃料の崩壊熱を当該特定兼用キャスクの外表面に伝え、周囲の空気等に伝達することにより除熱できる構造とする。
- b. 使用済燃料の種類、燃焼度、冷却期間等の条件から、除熱評価の結果が厳しくなる入力条件を設定した上で求めた使用済燃料の崩壊熱量及び使用済燃料集合体の燃焼度に応じた収納配置を考慮して評価を行った結果、燃料被覆管及び当該特定兼用キャスクの構成部材の温度はいずれも使用済燃料の健全性及び安全機能を維持できる制限温度以下であることから、使用済燃料等の崩壊熱を除去できる。

規制庁は、崩壊熱の除去に関して、動力を用いずに使用済燃料集合体から発生する崩壊熱を当該特定兼用キャスクの外表面に伝え周囲の空気等に伝達して除熱できるよう設計していること、また、設計計算により、燃料が熔融しないことが確認された冷却能力を有するよう設計していることを確認したことから、第26条第2項第2号の規定に適合していると認める。

③閉じ込め及び監視

第26条第2項第6号イの規定は、特定兼用キャスクについて、使用済燃料が内包する放射性物質を適切に閉じ込めることができ、かつ、その機能を適切に監視できることを要求している。

申請者は、閉じ込め機能及びその監視について、以下のとおり設計するとしている。

- a. 長期にわたって閉じ込め機能を維持する観点から、当該特定兼用キャスクの蓋部及び蓋貫通孔のシール部に金属ガスケットを用いることにより、設計貯蔵期間60年間を通じて、使用済燃料集合体を内封する空間を不活性雰囲気を保つとともに負圧に維持する。
- b. 当該特定兼用キャスクの蓋部を一次蓋及び二次蓋による二重の閉じ込め構造とし、一次蓋と二次蓋との空間部（以下「蓋間」という。）を正圧に維持することにより圧力障壁を形成し、使用済燃料集合体を内封する空間を当該特定兼用キャスク外部から隔離する。
- c. 蓋間の圧力を測定することにより、閉じ込め機能を監視できる設計とする。

規制庁は、閉じ込め機能及び監視に関して、当該特定兼用キャスクの蓋部及び蓋貫通孔のシール部に金属ガスケットを用いることにより、設計貯蔵期間を通じて、使用済燃料を収納する空間を負圧に維持できるよう設計していること、蓋間圧力の測定により、閉じ込め機能を監視できるよう設計していることを確認したことから、第26条第2項第6号イの規定に適合していると認める。

④遮蔽能力

第26条第2項第6号ロの規定は、特定兼用キャスクについて、使用済燃料からの放射線に対して適切な遮蔽能力を有することを要求している。

申請者は、遮蔽能力について、以下のとおり設計するとしている。

- a. 使用済燃料から放出される放射線を、ガンマ線遮蔽材（鋼製材）及び中性子遮蔽材（レジン）を用いた当該特定兼用キャスクの本体及び蓋部により遮蔽する。
- b. 設計貯蔵期間 60 年間の熱による中性子遮蔽材の遮蔽能力の低下を考慮しても、当該特定兼用キャスク表面及び当該特定兼用キャスク表面から 1 m 離れた位置における線量当量率を、それぞれ 2mSv/h 以下、100 μ Sv/h 以下となるようにする。
- c. 収納する使用済燃料の種類、燃焼度、冷却期間等の条件から、遮蔽評価の結果が厳しくなる入力条件を設定した上で、線源強度を求め、評価を行った結果、当該特定兼用キャスクの表面における最大線量当量率は 1.64mSv/h、同表面から 1m 離れた位置における最大線量当量率は 84.6 μ Sv/h であり、2.（5）①の当該特定兼用キャスクを使用することができる発電用原子炉施設の範囲としている当該特定兼用キャスクの表面及び表面から 1m 離れた位置における線量当量率を下回ること。

規制庁は、遮蔽に関して、ガンマ線遮蔽材及び中性子遮蔽材による遮蔽により、当該特定兼用キャスク表面及び表面から 1m 離れた位置における線量当量率（それぞれ 2mSv/h、100 μ Sv/h）を下回るよう設計していることを確認した。

なお、審査の過程において、遮蔽解析に使用した MCNP5 コードの適用妥当性については、申請者は当初、解析条件の保守性について、学会標準のガイドラインに基づき、測定の不確かさを定性的に評価し、MCNP5 コードの適用妥当性を説明した。これに対し、規制庁は、MCNP5 コードの適用妥当性を説明するために、線量当量率の計算値の評価条件と測定条件の違い等を明確かつ定量的に示すよう求めた。申請者は、線量当量率の測定値に付随する測定誤差及び測定の不確かさを定量的に評価することが困難であることから、許認可実績のある解析コードとの比較等により、本申請の遮蔽解析は保守的に評価されていることを示し、遮蔽に係る基準適合性を説明した。これらの説明を踏まえて、規制庁は、学会標準のガイドラインを参考にして、開発者による検証事例の確認や、計算精度の確認を目的として金属キャスク体系の測定値に対するベンチマーク解析の結果より両者の線量当量率及びその空間分布傾向等の比較を基に定性的な予測性能を評価した上で、許認可実績のある解析コードとの比較等により、本申請の遮蔽解析は保守的に評価されていることを確認した。

以上のことから、第 26 条第 2 項第 6 号ロの規定に適合していると認める。

⑤材料・構造健全性

第 26 条第 2 項第 6 号ハ及びニの規定は、使用済燃料の被覆材の著しい腐食又は変形を防止できること、並びにキャスク本体その他のキャスクを構成する部材は、使用される温度、放射線、荷重その他の条件に対し、適切な材料及び構造であることを要求している。

申請者は、材料・構造健全性について、以下のとおり設計するとしている。

- a. 当該特定兼用キャスクの設計貯蔵期間を 60 年とし、当該特定兼用キャスクの構成部材について、設計貯蔵期間中の温度、放射線等の環境及びその環境下での腐食、クリープ、応力腐食割れ等の経年変化に対して十分な信頼性を有する材料を選定し、その必要とされる強度及び性能を維持することで、当該特定兼用キャスクに収納する使用済燃料の健全性を確保する。
- b. 当該特定兼用キャスク本体内部、バスケット及び使用済燃料集合体の腐食等を防止するために、使用済燃料集合体を不活性ガスであるヘリウムガスとともに封入し、当該特定兼用キャスク本体及び蓋部表面の必要な箇所には塗装等による防錆措置を施す。

- c. バスケットの構造部材であるバスケットプレートに使用されるアルミニウム合金については、金属キャスク構造規格等では規定されていない材料であることから、アルミニウム合金の設計用強度を、設計貯蔵期間中の熱ばく露による強度低下を考慮し、設計貯蔵期間中の熱ばく露条件を模擬した条件での材料試験により得られた材料特性を保守的に包絡するように設定する。また、衝撃荷重が負荷される場合においても、バスケットプレートが弾性状態に留まるようにすることで、延性き裂進展に対して十分な余裕を有する設計とする。

規制庁は、当該特定兼用キャスクを構成する部材については、設計貯蔵期間中の温度、放射線等の環境条件下での腐食、クリープ、応力腐食割れ等を考慮して材料を選定するとともに、使用済燃料集合体をヘリウムガスとともに封入する等により、当該特定兼用キャスクを構成する部材及び使用済燃料の被覆材の健全性を確保できるように設計していることを確認したことから、第26条第2項第6号ハ及びニの規定に適合していると認める。

(6) 製作の方法

規制庁は、製作の方法について、上記各条に規定される設備ごとの要求事項等を踏まえ、当該設備が期待される機能を確実に発揮できるように、製作の手順、発電用原子炉設置者において実施する使用前事業者検査を含め、型式設計特定機器の製造者として必要な検査の項目及び方法が適切に定められ、また、従事者及び公衆の安全確保等の観点から、当該特定兼用キャスクに対する悪影響防止対策等が製作上の留意事項として定められていることから、製作の方法として妥当であり、上記各条の規定に適合していると認める。

規制庁は、上記の事項を確認したことから、本申請が、法第43条の3の31第3項第2号の規定に適合していると認める。

3-1-3. 法第43条の3の31第3項3号への適合性

規制庁は、型式設計特定機器が均一性を有するものであるかに関して、①型式設計特定機器の設計及び製作の方法、②型式設計特定機器の設計及び製作に係る品質管理の方法並びにその実施に係る組織について、次の事項を確認したことから、本申請が法第43条の3の31第3項第3号の規定に適合しているものと認める。

- (1) 型式設計特定機器が均一に製作されるよう、設計計画及び製作要領書等を作成し、留意事項に従って設計及び製作を行うとしていること。
- (2) 品質マネジメントシステムを構築し、当該品質マネジメントシステムの体系下において型式設計特定機器が均一に製作されるよう、記録の作成及び管理、調達製品の検証、必要な検査等の品質管理を行うとしていること。

3-2. 外運搬規則第6条及び第11条に定める技術上の基準（容器に係るものに限る。）への適合について

3-2-1には、輸送物の使用予定期間中に想定される経年変化による影響が評価されていること及び技術上の基準に適合していることの確認において、その影響の評価の必要性の有無及び必要な場合における考慮すべき事項が抽出されていることについて確認した

内容を記載する。その上で、3-2-2及び3-2-3において技術上の基準に適合していることについて確認した内容を記載する。

3-2-1. 外運搬規則第3条第3項及び第11条（輸送物の経年変化の考慮）

外運搬規則第3条第3項及び第11条は、輸送物の経年変化を考慮した上で、技術上の基準に適合していることを求めている。

申請者は、輸送物の使用予定期間中における経年変化の要因を熱、放射線照射、化学変化及び繰り返し荷重であるとしている。その上で、輸送容器の構成部品及び収納物については、使用予定期間を60年とし、当該期間中に熱、放射線照射及び化学変化の影響を受けるとし、また、当該期間中の運搬回数は10回として繰り返し荷重の影響を受けるとしている。これらの条件を踏まえ、以下のとおり経年変化の考慮の必要性及び必要な場合における考慮すべき事項を抽出したとしている。なお、三次蓋Oリングについては、1回の運搬ごとに交換するため評価の対象としないとしている。

（1）熱による経年変化の影響

- ①輸送容器本体に使用する炭素鋼、ステンレス鋼、ニッケルクロムモリブデン鋼及び銅については、使用予定期間中に想定される最高温度は解析的評価から142℃であり、クリープ等による強度変化が生じる温度を下回る。また、収納物である燃料集合体の燃料被覆管に使用するジルカロイについては、使用予定期間中に想定される最高温度及び周方向発生応力は解析的評価からそれぞれ215℃及び99MPaであり、水素化物再配向等により機械的特性が変化する温度及び応力を下回る。

これらのことから、輸送容器本体に使用する金属材料及び燃料被覆管に使用するジルカロイは、使用予定期間中における熱による経年変化の影響について、技術上の基準に適合していることを確認する上で考慮する必要はない。

- ②緩衝材に使用する木材については、これまでの使用済燃料輸送時における輸送物の温度測定実績に基づく解析的評価から、緩衝材の温度は最大でも約70℃であること及び使用済燃料輸送に使用した輸送容器の緩衝材に使用した木材の圧潰強度試験結果は製造時の強度との差異がないことから、これまでの実績に基づく温度範囲で使用するのであれば熱による影響が生じるおそれはないと考えられる。

なお、当該評価は、木材の熱による経年変化に係る知見が少ないことから、これまでの輸送実績に基づくものであることを踏まえ、運搬の都度、緩衝材の温度が実績に基づく温度の範囲内であることを確認した上で使用する。

- ③中性子遮蔽材に使用するレジンについては、使用予定期間中に想定される最高温度は解析的評価から135℃であり、使用予定期間を通して同温度環境下で使用した場合には水分の放出により質量減損が生じ、その量は約1.9%と想定される。この質量減損については、外運搬規則第6条第1号、第2号及び第3号に定める最大線量当量率に係る技術上の基準に対する適合性を評価する上で、遮蔽解析の条件として、レジンの質量減損の量を保守的に2.5%としており、使用予定期間中に想定される最高温度を踏まえた質量減損の想定を包含している。

- ④容器本体内部に収納されるバスケットに使用するアルミニウム合金については、使用予定期間中に想定される最高温度は解析的評価から188℃であり、使用予定期間を通して同温度環境下で使用した場合に時効により強度低下が生じることが想定される。この強度低下については、輸送物を核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する技術上の基準に係る細目等を定める告示（平成2年科学技術庁告示第5号。以下この節において「告示」という。）第14条に定めるBM型輸送物に係る一般の試験条件、告示第16条に定めるBM型輸送物に係る特別の試験条件、告示第24条に定める核分裂性輸送物に係る一般の試験条件及び告示第26条に定める核

分裂性輸送物に係る特別の試験条件の下に置くこととした場合にもバスケットが構造健全性を維持することを確認する上で、最高温度である貯蔵開始時の温度が60年間継続することによるアルミニウム合金の強度低下を考慮しており、使用予定期間中に想定されるバスケットの強度低下を考慮してもバスケットが構造健全性を維持し、バスケット格子内のり等の寸法が変化しないことを確認している。

- ⑤金属ガスケットに使用するアルミニウム／ニッケル基合金については、使用予定期間中に想定される最高温度は解析的評価から118℃であり、使用予定期間を通して同温度環境下で使用した場合にはリラクゼーションが生じ、このリラクゼーションに起因して、落下等により金属ガスケットを配置したシール部の密封性能が低下するため、容器本体内部へ水が浸入し、その量は約2Lと想定される。この容器本体内部への水の浸入については、外運搬規則第11条第2号に定める輸送物が臨界に達しないことに係る技術上の基準に対する適合性を評価する上で、臨界解析の条件として、容器本体内部に存在する水の量を保守的に5Lとしており、密封性能の低下による水の浸入の想定を包含している。

(2) 放射線照射による経年変化の影響

- ①輸送容器に使用する炭素鋼、ステンレス鋼、アルミニウム合金、ニッケルクロムモリブデン鋼、銅、アルミニウム／ニッケル基合金及び木材並びに燃料被覆管に使用するジルカロイについては、使用予定期間中に受ける中性子照射量は最大で $10^{15}\text{n}/\text{cm}^2$ のオーダーであり、機械的特性に影響を与える中性子照射量を下回る。
- ②中性子遮蔽材に使用するレジンについては、使用予定期間中に受ける中性子照射量は最大で $10^{14}\text{n}/\text{cm}^2$ のオーダーであり、著しい質量減損が生じるおそれのある中性子照射量を下回る。

以上のことから、輸送物に使用する材料は、使用予定期間中における放射線照射による経年変化の影響について、技術上の基準に適合していることを確認する上で考慮する必要はない。

(3) 化学変化による経年変化の影響

- ①容器本体のうち大気に触れる外部部分に使用するステンレス鋼については、不動態被膜を表面に形成し腐食しにくい材料である。炭素鋼及びニッケルクロムモリブデン鋼については、塗装等の防錆措置を施し、必要に応じ補修する。
- ②容器本体のうち内部（以下「胴内」という。）及び一次蓋と二次蓋の間の空間部で使用する炭素鋼、ステンレス鋼、アルミニウム／ニッケル基合金及びニッケルクロムモリブデン鋼並びに胴内に収納されるバスケット及び燃料被覆管にそれぞれ使用するアルミニウム合金及びジルカロイについては、ヘリウムガスで周辺の不活性雰囲気維持される構造になっている。
- ③中性子遮蔽材に使用するレジン、伝熱フィンに使用する銅及び緩衝材に使用する木材については、酸素が連続的に供給される環境にない。

以上のことから、輸送容器に使用する材料は、使用予定期間中における腐食の発生等の化学変化による経年変化の影響について、技術上の基準に適合していることを確認する上で考慮する必要はない。

(4) 繰り返し荷重による経年変化の影響

ステンレス鋼を使用している輸送容器のトラニオンについては、使用予定期間中において取扱いによる荷重を繰り返し受ける。炭素鋼、ステンレス鋼及びニッケルクロムモリブデン鋼を使用している容器本体、一次蓋、二次蓋及び三次蓋については、運搬中に内

圧変化による荷重を繰り返し受ける。これらの繰り返し荷重による疲労に対して使用材料に亀裂、破損等が生じるおそれがないことを評価する必要がある。評価の条件においては、当該期間中における10回の運搬で想定される繰り返し荷重による負荷よりも保守的に設定している。

規制庁は、申請者が、輸送物の使用予定期間及び想定する使用状況において、輸送物の経年変化による影響の評価対象を輸送容器及び収納物とし、経年変化の要因である熱、放射線照射、化学変化及び繰り返し荷重による影響を評価した結果、放射線照射及び化学変化については経年変化の考慮は必要ないとしていること、熱及び繰り返し荷重については経年変化の考慮を必要とし、評価事項等の考慮すべき事項の抽出がされていることを確認した。

3-2-2. 外運搬規則第6条各号及び第11条第3号への適合性

(1) 外運搬規則第6条第1号

① 容易かつ安全な輸送物の取扱い

外運搬規則第6条第1号は、輸送物は容易に、かつ、安全に取扱うことができることを求めている。

申請者は、輸送物の吊上げ、吊下ろし、固定等が容易に行えるよう輸送容器の胴にトラニオンを設ける設計としている。トラニオンの設計は、輸送容器重量、収納される使用済燃料の最大収納体数、取扱い時等の荷重及び3-2-1のとおり設定した繰り返し回数における疲労を考慮し、必要な強度を有する設計としている。

規制庁は、申請者が、輸送物を容易に、かつ、安全に取扱うことができるよう輸送容器の胴にトラニオンを設ける設計とし、トラニオンは取扱い時に予想される荷重等に対して必要な強度を有する設計としていることを確認したことから、外運搬規則第6条第1号に定める技術上の基準に適合していると認める。

② 運搬中に予想される温度、内圧等及び振動等に対する輸送物の耐性

外運搬規則第6条第1号は、輸送物は運搬中に予想される温度及び内圧の変化、振動等により亀裂、破損等の生じるおそれのないこと、構成部品は、-40℃から70℃までの温度の範囲において、亀裂、破損等の生じるおそれがないこと（運搬中に予想される温度の範囲が特定できる場合は、この限りでない）並びに周囲の圧力を60kPaとした場合に、放射性物質の漏えいがないことを求めている。また、外運搬規則第6条第4号及び第11条第3号は、輸送物の運搬中に予想される最も低い温度から38℃までの周囲の温度の範囲において、亀裂、破損等の生じるおそれがないことを求めている。

申請者は、輸送物について以下のとおり、運搬中に予想される温度及び内圧の変化並びに振動等に対して耐性を有するとしている。

- a. 温度に対する耐性については、運搬中に予想される輸送物の周囲の温度の範囲を-20℃から38℃に設定した上で、使用済燃料の収納体数、崩壊熱等を踏まえて輸送容器の各部及び収納物の温度の解析的評価を実施した結果、想定される温度範囲において構成部品（炭素鋼、ステンレス鋼、ゴム製Oリング等）に必要とされる材料強度等に影響はないとしている。また、運搬中に想定される温度変化等による構成部品に係る熱応力、変形等に対して構造健全性が確保されるとしている。

- b. 内圧の変化に対する耐性については、上記の温度に対する耐性の評価結果を踏まえ、輸送容器の胴内、一次蓋と二次蓋との間及び二次蓋と三次蓋との間の内圧の変化を評価した結果、内圧の変化による荷重及び3-2-1のとおり設定した繰り返し回数における疲労に対して構造健全性が確保されるとしている。また、輸送物の周囲の圧力を60kPaとした場合において、輸送容器の胴内、一次蓋と二次蓋との間及び二次蓋と三次蓋との間の最大内圧との差圧を評価した結果、差圧による荷重に対して輸送容器の構造健全性が確保されるとしている。さらに、密封境界を形成する三次蓋と胴フランジ部との合わせ面の口開き量は、三次蓋に装着されたOリングの初期締め付け代を下回る設計としていることから三次蓋の密封性を損なうことはなく、放射性物質の漏えいはないとしている。
- c. 振動等に対する耐性については、輸送物は運搬中に、落下等による衝撃荷重を吸収するための緩衝体を設置し、トラニオンを用いて固縛する設計としており、輸送物の重量及び運搬中に発生が予想される加速度等を考慮した荷重に対してトラニオンは必要な強度が確保されるとしている。また、運搬時の振動により生じる励振力による荷重は、励振力の持つ振動数域と輸送物の固有振動数との差が大きいことから、輸送物の応答増幅の影響はなく、落下時に発生する荷重に含まれるとしている。

規制庁は、申請者が、運搬中に予想される温度及び内圧の変化並びに振動等に対する耐性に関して、温度、内圧等を保守的に設定し評価した結果、輸送物の構造健全性が確保されることを確認したことから、外運搬規則第6条第1号及び第4号並びに第11条第3号に定める技術上の基準に適合していると認める。

③輸送容器構成部品の材料相互及び収納物との危険な物理的作用又は化学反応

外運搬規則第6条第1号は、材料相互の間及び材料と収納される核燃料物質等との間で危険な物理的作用又は化学反応の生じるおそれがないことを求めている。

申請者は、輸送容器の構成部品には化学的に安定した炭素鋼、ステンレス鋼等を使用し、材料相互の間及び材料と収納される核燃料物質等との間で接触による亀裂、破損がなく、腐食等の発生がない設計としている。また、中性子遮蔽材であるレジン及び三次蓋に装着されるOリングの材料であるゴムは、金属と接触しても化学反応を起こすおそれはないとしている。

規制庁は、輸送容器に使用される材料は化学的に安定した材料であり、材料相互の間及び材料と収納される核燃料物質等との間で危険な物理的作用又は化学反応が生じるおそれはないことを確認したことから、外運搬規則第6条第1号に定める技術上の基準に適合していると認める。

④弁の誤操作防止措置

外運搬規則第6条第1号は、弁が誤って操作されないような措置が講じられていることを求めている。

申請者は、輸送容器の三次蓋に設置しているリリーフバルブには弁が誤って操作されないようカバーを設ける設計としている。

規制庁は、リリーフバルブの誤操作防止のため、カバーを設置する設計であり、誤って操作されない措置が講じられていることから、外運搬規則第6条第1号に定める技術上の基準に適合していると認める。

⑤最大線量当量率

外運搬規則第6条第1号は、表面における最大線量当量率が2mSv/hを超えないこと及び表面から1m離れた位置における最大線量当量率が100 μ Sv/hを超えないことを求めている。

申請者は、最大線量当量率の評価において、収納物である使用済燃料の燃焼度及びバーナブルポイズンの放射化の考慮に加え、3-2-1のとおり中性子遮蔽材であるレジンの質量を減損させる等の保守的な評価条件を設定し評価した結果、輸送物表面（以下単に「表面」という。）の最大線量当量率は1.17mSv/h、表面から1m離れた位置における最大線量当量率は86.1 μ Sv/hであるとしている。

規制庁は、申請者による最大線量当量率の評価において、使用済燃料の燃焼度、中性子遮蔽材の質量減損等を考慮して保守的に評価条件を設定した上で評価した結果、表面の最大線量当量率が2mSv/hを超えないこと及び表面から1m離れた位置における最大線量当量率が100 μ Sv/hを超えないことを確認したことから、外運搬規則第6条第1号に定める技術上の基準に適合していると認める。

⑥その他の措置

外運搬規則第6条第1号は、表面の放射性物質の密度が告示第9条に定める密度（以下「表面密度限度」という。）を超えないこと、核燃料物質等の使用等に必要書類その他の物品（核燃料輸送物の安全性を損なうおそれのないものに限る。）以外のものが収納されていないこと、みだりに開封されないように、かつ、開封された場合に開封されたことが明らかになるように、容易に破れないシールの貼付け等の措置が講じられていること、表面に不要な突起物はなく、かつ、表面の汚染の除去が容易であること及び輸送物は外接する直方体の各辺が10cm以上であることを求めている。

申請者は、輸送物は発送前に以下のa.からc.が確認されるとしている。また、輸送容器について、以下のd.からf.のとおり設計であるとしている。

- a. 表面の放射性物質の密度を測定し、表面密度限度を超えないこと。
- b. 容器内には使用済燃料及びバーナブルポイズン以外の物品が収納されていないこと。
- c. 上部緩衝体を取付けた後にみだりに開封されないように、かつ、開封された場合に開封されたことが明らかになるような措置をすること。
- d. 表面には取扱い時に使用されるトランニオン以外の突起物を設けない。
- e. 外筒の表面等は塗装等により平滑にする。
- f. 輸送容器の外径、全長とも10cm以上とする。

規制庁は、申請者が、発送前に表面の放射性物質の密度、収納物及びみだりに開封されないように、かつ、開封された場合に開封されたことが明らかになるような措置が確認されること並びに表面の汚染の除去が容易なように輸送容器を設計していること等を確認したことから、外運搬規則第6条第1号に定める技術上の基準に適合していると認める。

(2) 外運搬規則第6条第2号及び第3号

外運搬規則第6条第2号は、BM型輸送物に係る一般の試験条件の下に置くこととした場合に、以下のa.からd.に掲げる要件に適合することを求めている。また、外運搬規則第6条第3号は、BM型輸送物に係る特別の試験条件の下に置くこととした場合に以下のe.及びf.に掲げる要件に適合することを求めている。

- a. 表面における最大線量当量率が著しく増加せず、かつ、2mSv/h を超えないこと。
- b. 放射性物質の1時間当たりの漏えい量が A_2 値の100万分の1を超えないこと。
- c. 日陰における表面の温度が、輸送中人が容易に近づくことができる表面で85°Cを超えないこと。
- d. 表面の放射性物質の密度が表面密度限度を超えないこと。
- e. 表面から1m離れた位置における最大線量当量率が10mSv/hを超えないこと。
- f. 放射性物質の1週間当たりの漏えい量が A_2 値（クリプトン85にあっては A_2 値の10倍）を超えないこと。

①最大線量当量率（上記の a. 及び e.）

申請者は、BM型輸送物に係る一般の試験条件において、輸送物に対して最大の破損を及ぼすよう落下の方法等の条件を想定し、解析的評価結果に基づき輸送容器の緩衝体の変形を踏まえて表面における最大線量当量率の評価を行った結果、通常時からの増加はなく1.17mSv/hであるとしている。また、BM型輸送物に係る特別の試験条件において、輸送物に対して最大の破損を及ぼすよう落下の方法等の条件を想定し、これらの試験による輸送物の損傷を踏まえて表面から1m離れた位置における最大線量当量率の評価を行った結果、0.896mSv/hであるとしている。

規制庁は、輸送物の最大線量当量率について、BM型輸送物に係る一般の試験条件の下に置いた輸送物の緩衝体の変形を考慮して評価した結果、表面において通常時からの増加はなく2mSv/hを超えないこと、BM型輸送物に係る特別の試験条件の下に置いた輸送物の損傷を考慮して評価した結果、表面から1m離れた位置において10mSv/hを超えないことから、外運搬規則第6条第2号イ及び第3号イに定める技術上の基準に適合していると認める。

②放射性物質の漏えい量（上記の b. 及び f.）

申請者は、BM型輸送物に係る一般の試験条件において、輸送物に対して最大の破損を及ぼすよう落下の方法等の条件を想定し、解析的評価等の結果から、輸送容器の密封性及び収納される使用済燃料の燃料被覆管の構造健全性は確保されるとしている。放射性物質の1時間当たりの漏えい量の評価においては、胴内を大気圧の上限、輸送物の周囲の圧力を大気圧の下限とした上で、収納されている全燃料被覆管のうち、0.1%の燃料被覆管の密封性が失われ、核分裂生成ガスが胴内に放出されると仮定し評価した結果、放射性物質の1時間当たりの漏えい量はトリチウムが $6.46 \times 10^1 \text{Bq}$ 、クリプトン85が $9.52 \times 10^2 \text{Bq}$ であり、 A_2 値の100万分の1の値（トリチウムが $4 \times 10^7 \text{Bq}$ 、クリプトン85が $1 \times 10^7 \text{Bq}$ ）を超えないとしている。また、BM型輸送物に係る特別の試験条件において、輸送物に対して最大の破損を及ぼすよう落下の方法等の条件を想定し、解析的評価結果を踏まえ、厳しい評価結果となるよう、一次蓋及び二次蓋の密封性が損なわれること並びに収納されている全燃料被覆管の密封性が失われ、燃料被覆管内のヘリウム及び核分裂生成ガスが三次蓋一胴内部に放出され三次蓋一胴内部の圧力を上昇させるとともに三次蓋一胴内部に放射性物質が存在することを仮定して評価した結果、放射性物質の1週間当たりの漏えい量はトリチウムが $1.42 \times 10^8 \text{Bq}$ 、クリプトン85が $2.09 \times 10^9 \text{Bq}$ であり、トリチウムは A_2 値（ $4 \times 10^{13} \text{Bq}$ ）、クリプトン85は A_2 値の10倍の値（ $1 \times 10^{14} \text{Bq}$ ）を超えないとしている。

規制庁は、BM型輸送物に係る一般の試験条件の下に置いた輸送物について、放射性物質の1時間当たりの漏えい量が A_2 値の100万分の1を超えないこと及びBM型輸送物に係る特別の試験条件の下に置いた輸送物について、放射性物質の1週間当たりの漏えい量が A_2 値（クリプトン85は A_2 値の10倍）を超えないことを確認したことから、外運搬規則第6条第2号ロ及び第3号ロに定める技術上の基準に適合し

ていると認める。

③輸送物の表面温度（上記の c.）

申請者は、輸送物を専用積載で運搬するとしており、BM型輸送物に係る一般の試験条件において、輸送物に対して最大の破損を及ぼすよう落下の方法等の条件を想定し、解析的評価を実施し、その結果を踏まえて、表面の温度が高く評価される条件の下で輸送物の周囲の温度 38℃の日陰に最大発熱量がある輸送物を置くこととした場合に、輸送中人が容易に近づくことができる部分の表面において最高温度は 82℃であるとしている。ただし、輸送物の表面の一部は 85℃を超えることから、近接防止金網を設けることで 85℃（近接防止金網表面の最高温度は 66℃）を超えないとしている。

規制庁は、BM型輸送物に係る一般の試験条件の下に置いた輸送物について、人が容易に近づくことのできる表面及び近接防止金網の表面の温度は、いずれも 85℃を超えないことを確認したことから、外運搬規則第 6 条第 2 号ハに定める技術上の基準に適合していると認める。

④表面密度限度（上記の d.）

申請者は、BM型輸送物に係る一般の試験条件において、輸送物に対して最大の破損を及ぼすよう落下の方法等の条件を想定し、解析的評価等の結果から、輸送容器の密封性及び収納される使用済燃料の燃料被覆管の構造健全性は確保され、放射性物質の漏えいはないとしている。また、発送前の点検においては、表面の放射性物質の密度を測定し、表面密度限度を超えないことを発送前に確認するとしている。

規制庁は、BM型輸送物に係る一般の試験条件に置いた輸送物について、輸送容器の密封性及び収納される使用済燃料の燃料被覆管の構造健全性が確保されることから放射性物質の漏えいはないこと及び発送前の点検で表面密度限度を超えないことを確認することから、外運搬規則第 6 条第 2 号ニに定める技術上の基準に適合していると認める。

（3）外運搬規則第 6 条第 5 号

外運搬規則第 6 条第 5 号は、 A_2 値の 10 万倍を超える量の放射能を有する核燃料物質等が収納されている核燃料輸送物にあつては、深さ 200m の水中に 1 時間浸漬させることとした場合に密封装置の破損のないことを求めている。

申請者は、輸送容器の密封装置である胴、底板及び三次蓋に 200m の水深相当の圧力を作用させた場合にも耐える強度をもつことを確認したことから密封装置が破損することはないとしている。

規制庁は、輸送物が深さ 200m の水中に 1 時間浸漬させる条件下で密封装置である胴、底板及び三次蓋は破損しないことを確認したことから、外運搬規則第 6 条第 5 号に定める技術上の基準に適合していると認める。

3-2-3. 外運搬規則第 11 条第 1 号及び第 2 号への適合性

（1）外運搬規則第 11 条第 1 号

外運搬規則第 1 1 条第 1 号は、核分裂性輸送物に係る一般の試験条件の下に置くこととした場合に、容器の構造部に一辺 10cm の立方体を包含するようなくぼみが生じないこと及び外接する直方体の各辺が 10cm 以上であることを求めている。

申請者は、核分裂性輸送物に係る一般の試験条件において、輸送物に対して最大の破損を及ぼすよう落下の方法等の条件を想定し、解析的評価を実施した結果、輸送容器に生じる変形は緩衝体に限られ、その変形は一辺 10cm の立方体を包含するようなくぼみは生じることはなく、また、輸送物に外接する直方体の各辺は 10cm 以上であるとしている。

規制庁は、核分裂性輸送物に係る一般の試験条件の下に置いた輸送物について、容器の構造部に一辺 10cm の立方体を包含するようなくぼみを生じるような変形は生じないこと及び輸送物に外接する直方体の各辺が 10cm 以上であることを確認したことから、外運搬規則第 1 1 条第 1 号に定める技術上の基準に適合していると認める。

(2) 外運搬規則第 1 1 条第 2 号

外運搬規則第 1 1 条第 2 号は、以下のいずれの場合にも臨界に達しないことを求めている。

- ①告示第 2 5 条に定める孤立系の条件の下に置くこととした場合
- ②核分裂性輸送物に係る一般の試験条件の下に置いたものを孤立系の条件の下に置くこととした場合
- ③核分裂性輸送物に係る特別の試験条件の下に置いたものを孤立系の条件の下に置くこととした場合
- ④核分裂性輸送物と同一のものであって核分裂性輸送物に係る一般の試験条件の下に置いたものを、告示第 2 7 条に定める配列系の条件の下で、かつ、核分裂性輸送物相互の間が最大の中性子増倍率になるような状態で、核分裂性輸送物の輸送制限個数（1 箇所（集合積載した核分裂性輸送物が、他のどの核分裂性輸送物とも 6m 以上離れている状態をいう。）に集合積載する核分裂性輸送物の個数の限度として定められる数をいう。以下同じ。）の 5 倍に相当する個数積載することとした場合
- ⑤核分裂性輸送物と同一のものであって核分裂性輸送物に係る特別の試験条件の下に置いたものを、配列系の条件の下で、かつ、核分裂性輸送物相互の間が最大の中性子増倍率になるような状態で、輸送制限個数の 2 倍に相当する個数積載することとした場合

申請者は、外運搬規則で要求する上記の条件を全て包含し、臨界解析上厳しい結果を与えるよう、収納物を未照射燃料とすること、完全反射条件とすること並びに 3-2-1 のとおりバスケット格子内のり等寸法が変化しないこと及び容器本体内部に存在する水の量を保守的に設定した 5L とすること等を条件とし評価を行った結果、中性子実効増倍率は 0.387 であり、1 未満であることから臨界に達しないとしている。

規制庁は、外運搬規則第 1 1 条第 2 号に掲げる要件を包含した保守的な条件で解析した結果、中性子実効増倍率が 1 未満であり、臨界に達しないことを確認したことから、外運搬規則第 1 1 条第 2 号に定める技術上の基準に適合していると認める。

4. 審査結果

規制庁は、3-1 及び 3-2 の事項を確認したことから本申請が法第 4 3 条の 3 の 3 1 第 3 項各号のいずれにも適合しているものと認める。

表1 実用発電用原子炉及びその附属施設の技術基準に関する規則における本審査の対象範囲

条番号	見出し	審査範囲
第5条	地震による損傷の防止	第5項に係る事項 設置許可基準規則第4条第6項第1号に規定する地震力（告示地震力）に係る事項
第6条	津波による損傷の防止	第2項に係る事項 設置許可基準規則第5条第2項第1号に規定する津波（告示津波）に係る事項
第7条	外部からの衝撃による損傷の防止	第4項に係る事項 設置許可基準規則第6条第4項第1号に規定する自然現象（告示竜巻）に係る事項
第17条	材料及び構造	第1項第3号イ、第10号イ及びハ、並びに第15号イ、ロ、ハ及びニ クラス3機器に使用する材料、クラス3機器の構造及び強度、及びクラス3容器のうち主要な耐圧部の溶接部に係る事項
第26条	燃料取扱設備及び燃料貯蔵設備	1. 臨界防止（第2項第1号） 第2項第1号に規定する「燃料体等が臨界に達するおそれがない構造」に係る事項 2. 崩壊熱の除去（第2項第2号） 第2項第2号に規定する「崩壊熱により燃料体等が溶融しないもの」に係る事項 3. 閉じ込め及び監視（第2項第6号イ） 第2項第6号イに規定する「放射性物質を適切に閉じ込めることができ、かつ、その機能を適切に監視できること」に係る事項 4. 遮蔽能力（第2項第6号ロ） 第2項第6号ロに規定する「適切な遮蔽能力を有する」ことに係る事項 5. 経年変化を考慮した材料・構造健全性（第2項第6号ハ及びニ） 第2項第6号ハ及びニに規定する「使用済燃料の被覆材の著しい腐食又は変形を防止できること」及び「キャスク本体その他のキャスクを構成する部材は、使用される温度、放射線、荷重その他の条件に対し、適切な材料及び構造であること」に係る事項

(案)

番 号
年 月 日

三菱重工業株式会社
取締役社長 名 宛て

原子力規制委員会

発電用原子炉施設に係る特定機器の型式の指定について

令和4年7月13日付け Doc No. L5-95KV100 R0 (令和5年3月31日付け Doc No. L5-95KV151 R0 をもって一部補正) をもって、申請のあった上記の件については、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律(昭和32年法律第166号)第43条の3の3第1項の規定に基づき、型式設計特定機器をその型式について指定(型式指定の番号: D-S E-2305311)したので、実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則(昭和53年通商産業省令第77号)第110条第1号の規定に基づき、通知します。

別紙 3

(案)

○原子力規制委員会告示第 号

核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（昭和三十二年法律第百六十六号）第四十三条の三の三十一第一項の規定に基づき、令和 年 月 日付けをもって次のとおり型式設計特定機器をその型式について指定したので、実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（昭和五十三年通商産業省令第七十七号）第百十二条第一項の規定に基づき、告示する。

令和 年 月 日

原子力規制委員会委員長 山中 伸介

型式指定の 番号	特定機器の種類	特定機器の名 称及び型式	型式設計特定機 器を使用するこ とができる発電 用原子炉施設の 範囲又は条件	指定製造者等の氏名又 は名称及び住所並びに 法人にあつては、その 代表者の氏名	主たる製造工 場の名称及び 所在地

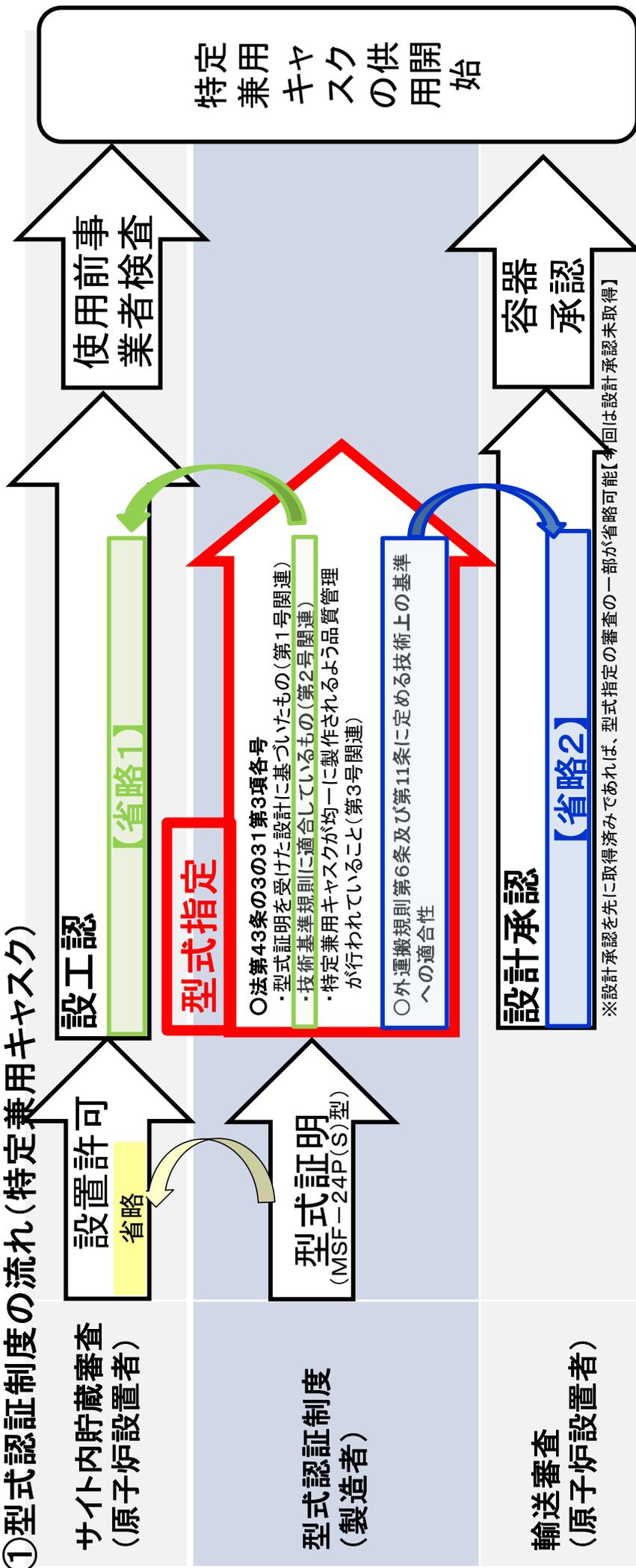
D-S E - 2305311	実用発電用原子炉 の設置、運転等に 関する規則第百条 第二号に規定する 特定兼用キヤスク	MSF-24P(S)型	申請書 (Doc No . L5-95KV100 R0) 及び一部補正 書 (Doc No. L5- 95KV151 R0) に 記載のとおり。	三菱重工業株式会社 東京都千代田区丸の内 三丁目 2 番 3 号 取締 役社長 泉澤 清次	三菱重工業株 式会社 原子 カセグメント (神戸・二見 地区) 神戸市 兵庫区和田崎 町一丁目 1 番 1 号

三菱重工業(株)MSF-24P(S)型の型式指定について

参考1

本型式指定は、型式認証制度の流れにおける取得済みの型式証明に基づく詳細設計であり、技術基準規則や外運搬規則に係る基準に適合していることを確認する(①)。本型式指定によって、今後の設工認及び設計承認において、一部の審査が省略できる(②)。

①型式認証制度の流れ(特定兼用キヤスク)



②型式指定により設工認及び設計承認の審査の一部が省略可能

設工認 審査項目

- ・地震
- ・津波
- ・竜巻
- ・材料
- ・安全機能

省略1

- ・地盤
- ・立ち入り禁止
- ・火災
- ・溢水
- ・安全避難通路等

設計承認 審査項目

- ・輸送物の説明
- ・輸送物の安全解析
- ・輸送容器の保守等
- ・安全上の特記事項等

省略2

1. 申請概要（申請日、仕様概要等）

参考2

申請年月日：令和4年7月13日 / 補正年月日：令和5年3月31日

名称：MSF-24P(S)型

貯蔵時の設置方法

- ：貯蔵用緩衝体を装着し、貯蔵架台上に設置（トラニオンを使用して固縛）

設置場所

- ：貯蔵建屋内

貯蔵する使用済燃料集合体

- ：PWR使用済燃料集合体
17×17燃料（A型、B型）
15×15燃料（A型、B型）

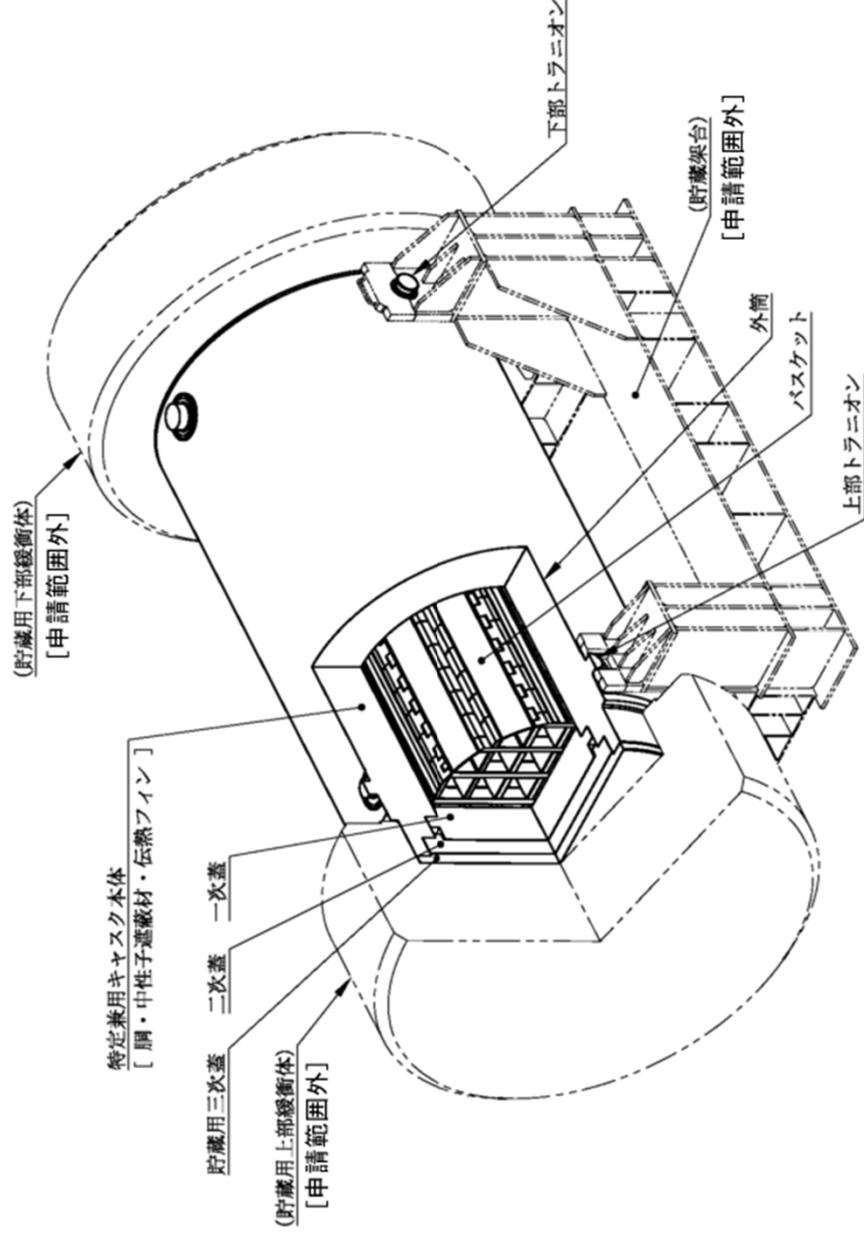
貯蔵能力（キャスク1基あたり）

- ：PWR使用済燃料集合体24体 / 最大崩壊熱量：15.8kW

※使用済燃料貯蔵施設に係る特定容器等である金属製の乾式キャスク、及び核燃料輸送物の設計知見を適用している。

※図の出典：第17回特定兼用キャスクの設計の型式証明等に係る審査会合（2022年9月1日）資料より抜粋

構造概要



蓋部が金属部へ衝突しない
設置方法（横置き）

2. 技術基準規則の基準適合性(1/2)

技術基準規則	主たる要求事項	主たる確認事項
5条5項 (耐震)	<p>告示地震力※に対して安全性が損なわれ るおそれがないように施設しなければな らない</p> <p>※告示地震力：水平加速度2300Gal、鉛 直加速度1600Gal、水平速度2m/s、鉛直 速度1.4m/s</p>	<p>キャスクの安全機能を担保する部位の応力が必要な強度を有し ており、構造強度を確保できよう設計していることを確認した。</p>
6条2項 (耐津波)	<p>告示津波※に対して安全性が損なわれ るおそれがないように防護措置その他の適 切な措置を講じなければならぬ</p> <p>※告示津波：浸水深10m、流速20m/s、 漂流物質量100t</p>	<p>キャスクの安全機能を担保する部位の応力が必要な強度を有し ており、構造強度を確保できよう設計していることを確認した。</p>
7条4項 (耐竜巻)	<p>告示竜巻※に対して安全性を損なうおそ れがある場合は、防護措置、その他適切 な措置を講じなければならぬ</p> <p>※告示竜巻：風速100m/s</p>	<p>キャスクの安全機能を担保する部位の応力が必要な強度を有し ており、構造強度を確保できよう設計していることを確認した。</p>
17条1項3号イ、10 号イ・ハ、15号イ・ロ・ ハ・ニ (材料・構造)	<p>クラス3機器が使用される圧力、温度、荷 重等の使用条件に対して、適切な機械的 強度及び化学成分を有すること</p> <p>キャスクの構造及び強度は、全体的な変 形を弾性域に抑え、座屈が生じないこと。 耐圧部の溶接部は適切な強度を有するこ と等</p>	<p>使用される圧力、温度、荷重その他の使用条件に対して適切な 機械的強度及び化学的成分を有するよう設計としていること、取 扱い時及び貯蔵時において全体的な変形を弾性域に抑え、座 屈が生じない設計とすること、容器の主要な耐圧部の溶接部は、 有害な溶込み不良その他の欠陥がないことを非破壊試験により 確認したものであり、適切な強度を有するものとする等を確認 した。</p>

2. 技術基準規則の基準適合性(2/2)

技術基準規則	主たる要求事項	主たる確認事項
26条2項1号 (臨界防止機能)	燃料体等が臨界に達するおそれがない構造であること	臨界計算により、キャスクは燃料が臨界に達しない構造である設計としていたこと等を確認した。 中性子実効増倍率:最大0.912(評価結果(冠水状態)) 0.95以下(評価基準値)
26条2項2号 (除熱機能)	崩壊熱より燃料体等が溶融しないものであること	設計計算により、キャスクは燃料が溶融しない冷却能力を有するよう設計していること等を確認した。
26条2項6号イ (閉じ込め機能)	使用済燃料が内包する放射性物質を適切に閉じ込めることができ、かつ、その機能を適切に監視することができるものとする	キャスクの蓋部及び蓋貫通孔のシール部に金属ガスケットを用いることにより、使用済燃料を収納する空間を負圧に維持できるように設計していること等を確認した。
26条2項6号ロ (遮蔽機能)	使用済燃料からの放射線に対して適切な遮蔽能力を有すること	キャスク表面及び表面から1mの位置における線量当量率を下回るよう設計していること等を確認した。 線量当量率:表面 最大1.64mSv/h(評価結果) 1m離れた位置 最大84.6μSv/h(評価結果) 表面2mSv/h、1m離れた位置100μSv/h(評価基準値) ※遮蔽解析(MCNP5)コードの適用妥当性について検討し、許認可実績のある解析コードとの比較等により、本申請の遮蔽解析は、保守的に評価されていることを確認した。
26条2項6号ハ 及びニ (長期健全性)	使用済燃料の被覆材の著しい腐食又は変形を防止できること、キャスク本体その他のキャスクを構成する部材は、使用される温度、放射線、荷重その他の条件に対し、適切な材料及び構造であること	キャスクを構成する部材については、設計貯蔵期間中の温度、放射線等の環境条件下での腐食、クリープ、応力腐食割れ等を考慮して材料を選定していることを確認した。

3. 外運搬規則の基準適合性

外運搬規則	主たる要求事項	主たる確認事項
3条3項 (経年変化の考慮)	経年変化を考慮した上で輸送物の区分に対応した技術上の基準に適合すること	経年変化の要因である熱、放射線照射、化学変化及び繰り返し荷重による影響を評価していることを確認した。
6条各項各号 (BM型輸送物に係る技術上の基準)	通常の変温変化や振動等の下で健全性を維持すること 一般の試験条件(軽微な事象を想定)及び特別の試験条件(事故を想定)の下で所定の密封機能・遮蔽機能を維持すること	通常の変温変化や振動等の下で健全性を維持する設計としていることを確認した。 一般の試験条件(軽微な事象を想定)の下で1時間当たりの漏えい量が基準値(${}^3\text{H}: 4 \times 10^7\text{Bq}$, ${}^{85}\text{Kr}: 1 \times 10^7\text{Bq}$)を下回る設計としていること、表面の最大線量当量率が基準値(2mSv/h)を下回る設計としていることを確認した。 特別の試験条件(事故を想定)の下で1週間当たりの漏えい量が基準値(${}^3\text{H}: 4 \times 10^{13}\text{Bq}$, ${}^{85}\text{Kr}: 1 \times 10^{14}\text{Bq}$)を下回る設計としていること、表面から1mの最大線量当量率が基準値(10mSv/h)を下回る設計としていることを確認した。
11条各項各号 (核分裂性物質に係る核燃料輸送物の技術上の基準)	一般の試験条件下で、一辺が10cmの立方体を含むようないこと等 一般の試験条件及び特別の試験条件下かつ孤立系又は配列系で未臨界を維持すること	一般の試験条件下で、一辺が10cmの立方体を含むようなくばみを生じない設計としていることを確認した。 一般の試験条件及び特別の試験条件下かつ孤立系又は配列系で未臨界を維持する設計としていることを確認した。

<参照条文>

核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（昭和32年法律第166号）（抄）

（設計及び工事の計画の認可）

第四十三条の三の九 発電用原子炉施設の設置又は変更の工事（核燃料物質若しくは核燃料物質によつて汚染された物又は発電用原子炉による災害の防止上特に支障がないものとして原子力規制委員会規則で定めるものを除く。）をしようとする発電用原子炉設置者は、原子力規制委員会規則で定めるところにより、当該工事に着手する前に、その設計及び工事の方法その他の工事の計画（以下この節において「設計及び工事の計画」という。）について原子力規制委員会の認可を受けなければならない。ただし、発電用原子炉施設の一部が滅失し、若しくは損壊した場合又は災害その他非常の場合において、やむを得ない一時的な工事としてするときは、この限りでない。

2 前項の認可を受けた者は、当該認可を受けた設計及び工事の計画を変更しようとするときは、原子力規制委員会規則で定めるところにより、原子力規制委員会の認可を受けなければならない。ただし、その変更が原子力規制委員会規則で定める軽微なものであるときは、この限りでない。

3 原子力規制委員会は、前二項の認可の申請が次の各号のいずれにも適合していると認めるときは、前二項の認可をしなければならない。

一 その設計及び工事の計画が第四十三条の三の五第一項若しくは前条第一項の許可を受けたところ又は同条第三項若しくは第四項前段の規定により届け出たところによるものであること。

二 発電用原子炉施設が第四十三条の三の十四の技術上の基準に適合するものであること。

4 前項の場合において、第四十三条の三の三十一第一項の規定により指定を受けた型式の同項に規定する型式設計特定機器は、前項第二号の技術上の基準に適合しているものとみなす。

5・6 （略）

（発電用原子炉施設に係る特定機器の設計の型式証明）

第四十三条の三の三十 原子力規制委員会は、申請により、格納容器、非常用電源設備その他の発電用原子炉施設に係る機械又は器具のうち原子力規制委員会規則で定めるもの（以下「特定機器」という。）の型式の設計について型式証明を行う。

2 原子力規制委員会は、前項の申請があつたときは、その申請に係る特定機器の型式の設計が第四十三条の三の六第一項第四号の基準（技術上の基準に係る部分に限る。以下この条において同じ。）に適合すると認めるときは、前項の型式証明をしなければならない。

3 その型式の設計について型式証明を受けた者は、当該型式の特定機器の設計の変更をしようとするときは、原子力規制委員会の承認を受けなければならない。第四十三条の三

の六第一項第四号の基準の変更があつた場合において、その型式の設計について型式証明を受けた型式の特定機器が同号の基準に適合しなくなつたときも同様とする。

- 4 原子力規制委員会は、前項の承認の申請があつたときは、当該申請に係る設計について第四十三条の三の六第一項第四号の基準に適合するかどうかを審査し、これに適合すると認めるときは、承認しなければならない。
- 5 原子力規制委員会は、その型式の設計について型式証明を受けた型式の特定機器が第四十三条の三の六第一項第四号の基準に適合しなくなつたときは、当該型式証明を取り消すことができる。
- 6 第一項の証明の手続その他型式証明に関し必要な事項は、原子力規制委員会規則で定める。

(発電用原子炉施設に係る特定機器の型式の指定)

第四十三条の三の三十一 原子力規制委員会は、発電用原子炉施設の安全性の増進を図るため、申請により、前条第一項の型式証明を受けた設計に係る特定機器（以下「型式設計特定機器」という。）をその型式について指定する。

- 2 前項の指定の申請は、本邦に輸出される型式設計特定機器について、外国において当該型式設計特定機器を製作することを業とする者又はその者から当該型式設計特定機器を購入する契約を締結している者であつて当該型式設計特定機器を本邦に輸出することを業とするものも行うことができる。
- 3 第一項の指定は、申請に係る当該型式設計特定機器が次の各号のいずれにも該当するかどうかを判定することによつて行う。
 - 一 前条第一項の型式証明を受けた設計に基づいたものであること。
 - 二 第四十三条の三の十四の技術上の基準に適合しているものであること。
 - 三 均一性を有するものであること。
- 4 第一項の指定は、当該型式設計特定機器を使用することができる範囲を限定し、又は条件を付して行うことができる。
- 5 原子力規制委員会は、その型式について指定を受けた型式設計特定機器が第三項各号のいずれかに該当しなくなつたと認めるときは、その指定を取り消すことができる。
- 6 前項の規定によるほか、原子力規制委員会は、指定外国機器製造者等（第二項に規定する者であつてその製作し、又は輸出する型式設計特定機器の型式について第一項の指定を受けたものをいう。以下この項において同じ。）が次の各号のいずれかに該当する場合には、当該指定外国機器製造者等に係る第一項の指定を取り消すことができる。
 - 一 指定外国機器製造者等が次項の規定に基づく原子力規制委員会規則の規定に違反したとき。
 - 二 原子力規制委員会がこの法律を施行するために必要があると認めて指定外国機器製造者等に対しその業務に関し報告を求めた場合において、その報告がされず、又は虚偽の報告がされたとき。

三 原子力規制委員会がこの法律を施行するために特に必要があると認めて当該職員に指定外国機器製造者等の事務所その他の事業所又はその型式について指定を受けた型式設計特定機器の所在すると認める場所において当該型式設計特定機器、帳簿、書類その他の物件についての検査をさせ、又は関係者に質問をさせようとした場合において、その検査が拒まれ、妨げられ、若しくは忌避され、又は質問に対し陳述がされず、若しくは虚偽の陳述がされたとき。

7 第一項の指定の手続その他型式の指定に関し必要な事項は、原子力規制委員会規則で定める。

実用発電用原子炉の設置、運転等に関する規則（昭和53年通商産業省令第77号）（抄）

（特定機器の種類）

第百条 法第四十三条の三の三十第一項の原子力規制委員会規則で定める特定機器は、次のとおりとする。

一 （略）

二 第三条第一項第二号ニ（2）の核燃料物質貯蔵設備のうち、使用済燃料貯蔵用容器（兼用キャスク（設置許可基準規則第二条第二項第四十一号に規定するものをいう。以下同じ。）であつて、同規則第四条第六項第一号、第五条第二項第一号及び第六条第四項第一号の基準を満たすものに限る。別表第三において「特定兼用キャスク」という。）

三～八（略）

（型式指定の申請の範囲）

第百六条 法第四十三条の三の三十一第一項の規定による型式設計特定機器の型式についての指定（以下「型式指定」という。）の申請は、型式設計特定機器を製作することを業とする者又はその者から型式設計特定機器を購入する契約を締結している者（外国において本邦に輸出される型式設計特定機器を製作することを業とする者又はその者から当該型式設計特定機器を購入する契約を締結している者であつて当該型式設計特定機器を本邦に輸出することを業とするものを含む。以下「製造者等」という。）が、製作、販売又は使用（以下「製作等」という。）をする型式設計特定機器について行うものとする。

（型式指定の申請）

第百七条 型式指定を受けようとする者は、次に掲げる事項を記載した申請書を原子力規制委員会に提出しなければならない。

一 氏名又は名称及び住所並びに法人にあつては、その代表者の氏名

二 主たる製造工場の名称及び所在地

三 型式設計特定機器の種類

四 型式設計特定機器の名称及び型式

五 型式設計特定機器の型式証明の番号

六 型式設計特定機器の設計及び製作の方法の概要

七 申請に係る型式設計特定機器の設計及び製作に係る品質管理の方法並びにその実施に係る組織に関する次の事項

イ 品質管理の実施に係る組織

ロ 品質管理活動の計画

ハ 品質管理活動の評価

ニ 品質管理活動の評価

ホ 品質管理活動の改善

八 型式設計特定機器を使用することができる範囲を限定し、又は条件を付する場合にあっては、当該型式設計特定機器を使用することができる発電用原子炉施設の範囲又は条件

2 前項第六号に掲げる事項については、申請に係る型式設計特定機器の属する別表第三の上欄に掲げる型式設計特定機器の種類に応じて、同表の中欄に掲げる事項を記載しなければならない。

3 第一項の申請書には、当該申請に係る型式設計特定機器の属する別表第三の上欄に掲げる型式設計特定機器の種類に応じて同表の下欄に掲げる書類並びに当該申請に係る型式設計特定機器の設計及び製作に係る品質管理の方法並びにその実施に係る組織に関する説明書を添付しなければならない。

4 第一項の申請書の提出部数は、正本一通とする。

(型式指定通知書等の交付)

第百十条 原子力規制委員会は、次に掲げる場合に応じ、それぞれ当該各号に定める書面を交付するものとする。

一 法第四十三条の三の三十一第一項の規定による型式指定を行った場合 型式設計特定機器型式証明通知書

二 第百八条第一項の規定による承認を行った場合 型式設計特定機器変更承認通知書

三 (略)

(品質管理の実施の記録の保存)

第百十一条 指定製造者等は、当該型式設計特定機器が型式指定を受けた型式としての設計の内容を有するようにならなければならない。この場合において、指定製造者等は、当該型式設計特定機器が均一性を有するようにするために行う検査の結果その他品質管理の実施の記録を五年間保存しなければならない。

(型式指定番号等の告示)

第百十二条 原子力規制委員会は、型式指定又は型式指定の取消しをしたときは、次に掲げる事項について告示するものとする。

一 型式指定の番号

二 特定機器の種類

三 特定機器の名称及び型式

四 型式設計特定機器を使用することができる発電用原子炉施設の範囲又は条件

五 指定製造者の氏名又は名称及び住所並びに法人にあっては、その代表者の氏名

六 主たる製造工場の名称及び所在地

2・3 (略)

実用発電用原子炉及びその附属施設の位置、構造及び設備の基準に関する規則 (平成 25 年原子力規制委員会規則第 5 号) (抄)

(定義)

第二条 この規則において使用する用語は、核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（以下「法」という。）において使用する用語の例による。

2 この規則において、次に掲げる用語の意義は、それぞれ当該各号に定めるところによる。
一～四十 (略)

四十一 「兼用キャスク」とは、使用済燃料を工場等内に貯蔵する乾式キャスク（第十六条第二項第二号及び同条第四項において「キャスク」という。）のうち、使用済燃料の工場等外への運搬に使用する容器に兼用することができるものとして、核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する規則（昭和五十三年総理府令第五十七号）第六条又は第七条及び第十一条に定める技術上の基準（容器に係るものに限る。）に適合するものをいう。

核燃料物質等の工場又は事業所の外における運搬に関する規則（昭和 53 年総理府令第 57 号）(抄)

(核燃料輸送物としての核燃料物質等の運搬)

第三条 原子力規制委員会は、次に掲げる場合に应じ、それぞれ当該各号に定める書面を交付するものとする。

一～二 (略)

三 前号の原子力規制委員会の定める量を超える量の放射能を有する核燃料物質等（第一号に掲げるものを除く。）BM型輸送物又はBU型輸送物

2 (略)

3 前二項に掲げるL型輸送物、A型輸送物、BM型輸送物、BU型輸送物、IP-1型輸送物、IP-2型輸送物及びIP-3型輸送物は、当該核燃料輸送物の経年変化を考慮した上で、それぞれ次条から第十条までに規定する技術上の基準に適合するものでなければならない。

(BM型輸送物に係る技術上の基準)

第六条 BM型輸送物に係る技術上の基準は、次の各号に掲げるものとする。

一 前条第一号から第八号までに定める基準。ただし、同条第六号イに定める要件は、適用しない。

二 原子力規制委員会の定めるBM型輸送物に係る一般の試験条件の下に置くこととした場合に、次に掲げる要件に適合すること。

イ 前条第九号ロの要件

ロ 放射性物質の一時間当たりの漏えい量が原子力規制委員会の定める量を超えないこと。

ハ 表面の温度が日陰において摂氏五十度（専用積載として運搬する核燃料輸送物にあつては、輸送中人が容易に近づくことができる表面（その表面に近接防止柵を設ける核燃料輸送物にあつては、当該近接防止柵の表面）において摂氏八十五度）を超えないこと。

ニ 表面の放射性物質の密度が表面密度限度を超えないこと。

三 前号の原子力規制委員会の定める量を超える量の放射能を有する核燃料物質等（第一号に掲げるものを除く。）BM型輸送物又はBU型輸送物

イ 表面から一メートル離れた位置における最大線量当量率が十ミリシーベルト毎時を超えないこと。

ロ 放射性物質の一週間当たりの漏えい量が原子力規制委員会の定める量を超えないこと。

四 運搬中に予想される最も低い温度から摂氏三十八度までの周囲の温度の範囲において、亀裂、破損等の生じるおそれがないこと。

五 原子力規制委員会の定める量を超える量の放射能を有する核燃料物質等が収納されている核燃料輸送物にあつては、原子力規制委員会の定める試験条件の下に置くこととした場合に、密封装置の破損のないこと。ただし、安全上支障がないと原子力規制委員会が認める場合は、この限りでない。

(核分裂性物質に係る核燃料輸送物の技術上の基準)

第十一条 核分裂性物質を第三条の規定により核燃料輸送物として運搬する場合には、当該核分裂性物質に係る核燃料輸送物（原子力規制委員会の定めるものを除く。以下「核分裂性輸送物」という。）は、当該核分裂性輸送物の経年変化を考慮した上で、輸送中において臨界に達しないものであるほか、第五条第三号に定める基準に適合するもの（IP-1型輸送物又はIP-2型輸送物として運搬する場合に限る。）及び次の各号に掲げる技術上の基準に適合するもの（原子力規制委員会の定める要件に適合する核分裂性輸送物として運搬する場合を除く。）でなければならない。

一 原子力規制委員会の定める核分裂性輸送物に係る一般の試験条件の下に置くこととした場合に、次に掲げる要件に適合すること。

イ 容器の構造部に一辺十センチメートルの立方体を包含するようなくぼみが生じないこと。

ロ 外接する直方体の各辺が十センチメートル以上であること。

二 次のいずれの場合にも臨界に達しないこと。

- イ 原子力規制委員会の定める孤立系の条件の下に置くこととした場合
- ロ 原子力規制委員会の定める核分裂性輸送物に係る一般の試験条件の下に置いたものを原子力規制委員会の定める孤立系の条件の下に置くこととした場合
- ハ 原子力規制委員会の定める核分裂性輸送物に係る特別の試験条件の下に置いたものを原子力規制委員会の定める孤立系の条件の下に置くこととした場合
- ニ 当該核分裂性輸送物と同一のものであつて原子力規制委員会の定める核分裂性輸送物に係る一般の試験条件の下に置いたものを、原子力規制委員会の定める配列系の条件の下で、かつ、当該核分裂性輸送物相互の間が最大の中性子増倍率（原子核分裂の連鎖反応において、核分裂により放出された一個の中性子ごとに、次の核分裂によつて放出される中性子の数をいう。以下同じ。）になるような状態で、当該核分裂性輸送物の輸送制限個数（一箇所（集合積載した当該核分裂性輸送物が、他のどの核分裂性輸送物とも六メートル以上離れている状態をいう。）に集合積載する核分裂性輸送物の個数の限度として定められる数をいう。以下同じ。）の五倍に相当する個数積載することとした場合
- ホ 当該核分裂性輸送物と同一のものであつて原子力規制委員会の定める核分裂性輸送物に係る特別の試験条件の下に置いたものを、原子力規制委員会の定める配列系の条件の下で、かつ、当該核分裂性輸送物相互の間が最大の中性子増倍率になるような状態で、輸送制限個数の二倍に相当する個数積載することとした場合
- 三 摂氏零下四十度から摂氏三十八度までの周囲の温度の範囲において、亀裂、破損等の生じるおそれがないこと。ただし、運搬中に予想される最も低い温度が特定できる場合は、この限りでない。

原子力規制委員会行政文書管理要領（原規総発第120919005号（平成24年9月19日原子力規制委員会決定））（抄）

別表第3（原子力規制法令）

（1）核原料物質、核燃料物質及び原子炉の規制に関する法律（昭和32年法律第166号）
関係

事項番号	主管課等	専決事項	専決者	合議者	委員会への報告の要否
(略)	(略)	(略)	(略)	(略)	(略)
52	部門（部安全規制管理官に係るものに限る。）	原子炉等規制法第43条の3の31第1項の規定による型式の指定（重要なものを除く。）に関すること。	長官		要

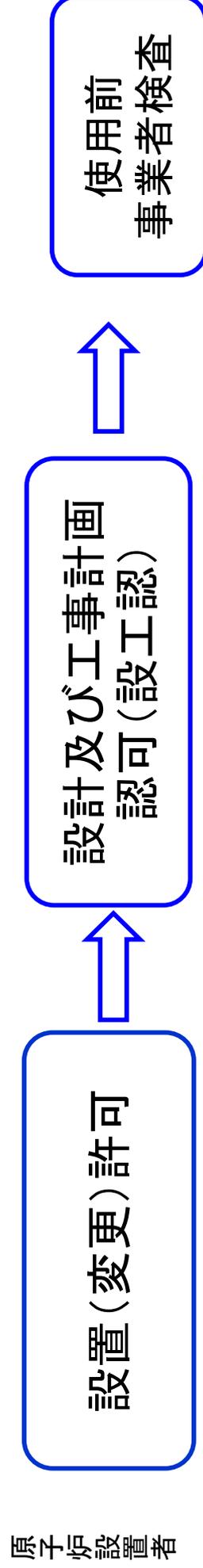
(略)	(略)	(略)	(略)	(略)	(略)
192	部門（部安全規制管理官に係るものに限る。）	実用炉規則第110条各号の規定による書面の交付に関する事	主管課等の長		否
193	部門（部安全規制管理官に係るものに限る。）	実用炉規則第112条第1項から第3項までの規定による告示に関する事	主管課等の長		否
(略)	(略)	(略)	(略)	(略)	(略)

参考4. 型式認証制度について

【型式認証制度とは】

原子力発電所で使用する、汎用性がある同一仕様の設備（使用済燃料の貯蔵・輸送兼用キャスクや燃料体等）の設計について、予め認証を受けることで、発電所でその設備を設置するために必要な手続き（許可、認可）の一部を省略することができる制度

【通常の発電用原子炉施設 審査の流れ】



【型式認証制度(型式証明及び型式指定)を活用した場合】

