

泊発電所3号炉審査資料	
資料番号	資料4-4
提出年月日	令和5年6月20日

泊発電所3号炉 前回審査資料に対する記載適正化箇所リスト

有効性評価 7.2.1.1 雰囲気圧力・温度による静的負荷（格納容器過圧破損）

No	資料名称	該当ページ	適正化内容	備考
1	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-3	以下の通り記載を修正しました。（下線部参照） （旧）事象発生3時間までの重大事故等対策に必要な要員は、 （新）重大事故等対策に必要な要員は、	
2	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	4	同上	
3	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-4, 9, 33, 40, 44 添7.2.1.1.23-10	・アニユラス空気浄化系ダンプの操作が手動開操作から代替空気供給操作に変更となったことから記載を変更しました。	
4	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	6, 11, 47, 59, 63 添7.2.1.1.23-10	同上	
5	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-8, 43	以下の通り記載を修正しました。（下線部参照） （旧）再循環切替 （新）再循環切替	
6	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	11, 62	同上	
7	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-35	以下の通り記載を修正しました。（下線部参照） （旧）対策の有効性が確認できる範囲内において （新）対策の有効性が確認できる範囲内において、	
8	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	50	同上	
9	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-36	以下の通り記載を修正しました。（下線部参照） （旧）重大事故等対策時における事象発生3時間までに必要な要員は （新）重大事故等対策時における必要な要員は	
10	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	51	同上	
11	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-36	以下の通り記載を修正しました。（下線部参照） （旧）必要な水源、燃料及び電源は （新）必要な水源、燃料及び電源は、	
12	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	51	同上	
13	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-36 添7.2.1.1.24-1	以下の通り記載を修正しました。（下線部参照） （旧）11.7時間後 （新）10.9時間後	
14	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	52 添7.2.1.1.24-1	同上	
15	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-40～44	・重大事故等対処設備の記載を適正化しました。 ・重大事故等対処設備（設計基準拡張）に【】を付与しました。	

No	資料名称	該当ページ	適正化内容	備考
16	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	59～63	同上	
17	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-48	概略系統図を以下のとおり修正しました。 ・アニュラス空気浄化系ダンパの操作が手動開操作から代替空気供給操作に変更となったことから記載を変更しました。 ・燃料タンク (SA) を追加しました。	
18	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	67	同上	
19	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-49, 54 添7.2.1.1.14-1	フロー図を以下のとおり修正しました。 ・アニュラス空気浄化系ダンパの操作が手動開操作から代替空気供給操作に変更となったことから記載を変更しました。	
20	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	68, 73 添7.2.1.1.14-1	同上	
21	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-50, 51	タイムチャートを以下の通り修正しました。 ・アニュラス空気浄化系ダンパの操作が手動開操作から代替空気供給操作に変更となったことから記載を変更しました。 ・燃料取替用水ピットへの補給 (海水) の屋外作業の要員を「災害対策要員3名」から「災害対策要員6名」に変更しました。 ・使用済燃料ピットへの注水確保 (海水) の要員を「災害対策要員3名+災害対策要員 (支援) 2名」から「災害対策要員6名+災害対策要員 (支援) 2名」に変更しました。	
22	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	69, 70	同上	
23	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	7.2.1.1-57, 58, 62～68	原子炉格納容器の限界圧力・温度の記載を見直しました。	
24	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	76, 77, 80～86	同上	
25	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	添7.2.1.1.23-9, 10	最新の訓練実績時間に修正しました。	
26	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	添7.2.1.1.23-9, 10	同上	
27	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.9.0)	添7.2.1.1.24-2	燃料評価の記載を見直しました。	
28	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.8.0)	添7.2.1.1.24-2	同上	

以上, 5/31一括提出時の適正化内容を示す。以降は, 一括提出後の適正化内容を示す。

No	資料名称	該当ページ	適正化内容	備考
30	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	資料全般	以下の記載の適正化を行いました。(下線部参照) (旧) エネルギー (新) エネルギー	
31	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	資料全般	同上	
32	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	資料全般	以下の記載の適正化を行いました。(下線部参照) (旧) 原子炉下部キャビティ室 (新) 原子炉下部キャビティ	
33	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	資料全般	同上	
34	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	資料全般	災害対策本部要員数の変更に伴い、要員数を見直しました。 ・災害対策本部要員 3名⇒4名 ・評価事故シーケンスに必要な要員数 20名⇒21名 ・その他の事故シーケンスに必要な要員数 20名⇒21名 ・全体の要員数 35名⇒36名	
35	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	資料全般	同上	
36	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	添付資料全般	原子炉格納容器の限界圧力・温度の記載を見直しました。	
37	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	添付資料全般	同上	
38	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	7.2.1.1-5	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 低圧注入系及び高圧注入系の動作不能の確認に必要な計装設備 (新) 低圧注入系及び高圧注入系の動作不能を確認するために必要な計装設備	
39	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	7	同上	
40	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	7.2.1.1-5	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 格納容器スプレイ自動作動の確認に必要な計装設備 (新) 格納容器スプレイの自動作動を確認するために必要な計装設備	
41	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	7	同上	
42	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	7.2.1.1-8	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 格納容器再循環サンプ水位 (広域) 71% (新) 格納容器再循環サンプ水位 (広域) 指示が71%	
43	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	11	同上	
44	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	7.2.1.1-12	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 原子炉系、原子炉格納容器系 (新) 原子炉系及び原子炉格納容器系	

No	資料名称	該当ページ	適正化内容	備考
45	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	15	同上	
46	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	7.2.1.1-18, 57, 66, 67, 68	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 最高値 (新) 最大値	
47	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	23, 76, 84, 85, 86	同上	
48	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	7.2.1.1-19	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) したがって、水素の蓄積を考慮しても原子炉格納容器バウンダリにかかる圧力及び温度は原子炉格納容器の限界圧力0.566MPa[gage]及び限界温度200℃を下回る。 (新) 水素の蓄積を考慮しても原子炉格納容器バウンダリにかかる圧力及び温度は、 <u>原子炉格納容器の限界圧力0.566MPa[gage]及び限界温度200℃を超えない。</u>	
49	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	27	同上	
50	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	7.2.1.1-39	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 原子炉格納容器除熱が可能である。 (新) 原子炉格納容器雰囲気の冷却及び除熱並びに原子炉格納容器圧力の <u>上昇抑制</u> が可能である。	
51	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	57	同上	
52	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	7.2.1.1-40	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 代替格納容器スプレイポンプを用いた代替格納容器スプレイ及びC、D-格納容器再循環ユニットを用いた格納容器内自然対流冷却 (新) 代替格納容器スプレイポンプによる代替格納容器スプレイ及びC、D-格納容器再循環ユニットによる <u>格納容器内自然対流冷却</u>	
53	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	58	同上	
54	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	添7.2.1.8-8	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 炉心から原子炉格納容器内への放出割合については、今回の評価結果をMAAPコードによる評価結果と比較すると、数値が小さい核種もあり、すべての核種に対しては保守的ではない。しかし、放出放射線量評価に直接寄与する原子炉格納容器外への放出割合について、今回の評価結果をMAAPコードによる評価結果と比較すると、数値が大きくなっており、保守的な結果となっている。 (新) 炉心から原子炉格納容器外への放出割合については、本評価で用いたモデルでの評価のほうが、MAAP解析での評価よりも大きな数値となっており、保守的な評価であることが確認できる。	
55	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	添7.2.1.8-6	同上	

No	資料名称	該当ページ	適正化内容	備考
56	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P r.10.0)	添付資料7.2.1.1.16	先行PWR審査実績を踏まえ、表1を削除しました。	
57	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較 表 7.2.1.1 格納容器過圧破損 (SAE721P-9 r.9.0)	添付資料7.2.1.1.16	同上	