

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 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用

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 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r.12.0)	7.2.5-10, 12	解析コードにおける重要現象の不確かさの影響評価において、FP挙動に関する不確かさの記載を過圧破損同様、加えました。	
2	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r.10.0)	19, 22	同上	
以上、6/30一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。				
4	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r.13.0)	7.2.5-4, 10, 12	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 1次系内核分裂生成物挙動 (新) 1次系内FP挙動	
5	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r.11.0)	7, 19, 22	同上	
6	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r.13.0)	7.2.5-4, 9, 11 添7.2.5.2-3	下線部の通り記載を修正しました。 (旧) 区画間の流動 (新) 区画間・ <u>区画内</u> の流動	
7	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r.11.0)	7, 16, 21 添7.2.5.2-3	同上	
8	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r.13.0)	7.2.5-5, 10, 12	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 原子炉容器外における熔融燃料-冷却材相互作用 (新) 原子炉容器外FCI	
9	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r.11.0)	7, 19, 22, 23	同上	
10	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.5 熔融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r.13.0)	7.2.5-5	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 原子炉格納容器内核分裂生成物挙動 (新) 原子炉格納容器内FP挙動	

No	資料名称	該当ページ	適正化内容	備考
11	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r. 11.0)	7	同上	
12	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r. 13.0)	7.2.5-21	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 格納容器内自然対流冷却の格納容器破損防止対策 (新) 格納容器内自然対流冷却等の格納容器破損防止対策	
13	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r. 11.0)	43	同上	
14	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r. 13.0)	添付資料7.2.5.2	解析コードの不確かさに関して記載を適正化しました。	
15	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r. 11.0)	添付資料7.2.5.2	同上	
16	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r. 11.0)	添7.2.5.4-1	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 約8mの長さがあることことから、 (新) 約8mの長さがあることから、	
17	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r. 13.0)	添7.2.5.4-8	以下の通り記載を修正しました。(下線部参照) (旧) 側面は熱伝導を考慮したコンクリートで囲まれているものとし、 (新) 溶融炉心から周囲のコンクリートへの熱伝導が配管内面の全周で均一に生じるものとし、	
18	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 比較表 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725-9 r. 11.0)	添7.2.5.4-13	同上	
19	泊発電所3号炉 重大事故等対策の有効性評価 7.2.5 溶融炉心・コンクリート相互作用 (SAE725 r. 13.0)	添7.2.5.7-2	以下の通り記載を追記しました。 「PULiMS実験は溶融物を水中に落下した実験であり、連続層と粒子状デブリを含めたデブリ全体としての堆積高さに関する知見として適用できるものである。本評価では、デブリ堆積高さを高くするため、連続層は原子炉下部キャビティ床面のうち、原子炉容器直下の円形部に、円柱状の上にアスペクト比1:16の円錐が堆積し、その上に粒子状デブリが原子炉下部キャビティ床面全面に堆積する形状を仮定する。」	