

JSME 発電用原子力設備規格 設計・建設規格 事例規格 (NC-CC-002 改訂版) 正誤表

～ 添付 ～

No.	ページ 番号	規格番号	誤	正	備考
添付					
1	添付-30	XX-3000 参考文献 (11)	(10)Hughes N R, Clarke W L, Delwiche D E, Intergranular Stress-Corrosion Cracking Resistance of Austenitic Stainless Steel Castings”, <i>Stainless Steel Casting, ASTM STP 756</i> (1982), pp. 26-470, ASTM	(10)Hughes N R, Clarke W L, Delwiche D E, Intergranular Stress-Corrosion Cracking Resistance of Austenitic Stainless Steel Castings”, <i>Stainless Steel Casting, ASTM STP 756</i> (1982), pp. 26- <u>47</u> , ASTM	NC-CC-002 改訂版のみ
2	添付-30	XX-3000 参考文献 (12)	(12) Nakayama, G., Yoshida, K., Akashi, M., “Effects of Carbon and Delta-Ferrite on the Stress-Corrosion Cracking Susceptibility of Type 308 Weld Metal in Simulated BWR Environment”, <i>Proceeding of the CORROSION/93</i> , Paper No. 171 (1993).	(12) Nakayama, G., Yoshida, K., Akashi, M., “Effects of Carbon and Delta-Ferrite on the Stress-Corrosion Cracking Susceptibility of Type <u>309</u> Weld Metal in Simulated BWR Environment”, <i>Proceedings of the CORROSION/93</i> , Paper No. 171 (1993).	NC-CC-002 改訂版のみ
3	添付-31	XX-3000 参考文献 (17)	(17) Tsubota, M., Kanazawa, Y., Inoue, H., “The Effect of Cold Work on SCC Susceptibility of Austenitic Stainless Steel”, <i>Proceeding of the Seventh International Symposium on Environmental Degradation of Materials in Nuclear Power Systems – Water Reactors</i> , Vol.1(1995), pp. 519-528.	(17) Tsubota, M., Kanazawa, Y., Inoue, H., “The Effect of Cold Work on SCC Susceptibility of Austenitic Stainless <u>Steels</u> ”, <i>Proceedings of the Seventh International Symposium on Environmental Degradation of Materials in Nuclear Power Systems – Water Reactors</i> , Vol.1(1995), pp. 519-528.	NC-CC-002 改訂版のみ
4	添付-31	XX-3000 参考文献 (20)	(20) 経済産業省報道発表 “関西電力(株)美浜発電所 2号機A – 蒸気発生器 1次冷却材入口管台溶接部の損傷の原因と対策に係る関西電力(株)からの報告及び検討結果について”, (2009年2月4日)	(20) 経済産業省報道発表 “関西電力(株)美浜発電所 2号機A – 蒸気発生器 1次冷却材入口管台溶接部の損傷の原因と対策に係る関西電力(株)からの報告及び検討結果について”, (<u>2008</u> 年2月4日)	NC-CC-002 改訂版のみ

No.	ページ 番号	規格番号	誤	正	備考
5	添付-31	XX-3000 参考文献 (27)	(27) Akashi, M., “Effects of Cr and Nb Contents on the Susceptibility of Alloy 600 Type Ni-Base Alloys to Stress-Corrosion Cracking in a Simulated BWR Environment”, Proceeding of the CORROSION/95, Paper No. 407 (1995).	(27) Akashi, M., “Effects of Cr and Nb Contents on the Susceptibility of Alloy 600 Type Ni-Base Alloys to Stress-Corrosion Cracking in a Simulated BWR Environment”, <i><u>Proceedings of the CORROSION/95</u></i> , Paper No. 407 (1995).	NC-CC-002 改訂版のみ
6	添付-31	XX-3000 参考文献 (29)	(29) Yonezawa, T., Onimura, K., Sakamoto, N., Sasaguri, N., Nakata, H. and Susukida, H. , “Effect of Heat Treatment on Stress Corrosion Cracking Resistance of High Nickel Alloys in High Temperature Water” <i>Proceeding of the International Symposium on Environmental Degradation of Materials in Nuclear Power Systems-Water Reactors</i> , (1983), pp.354-367.	(29) Yonezawa, T., Onimura, K., Sakamoto, N., Sasaguri, N., Nakata, H. and Susukida, H. , “Effect of Heat Treatment on Stress Corrosion Cracking Resistance of High Nickel Alloys in High Temperature Water” <i><u>Proceedings of the International Symposium on Environmental Degradation of Materials in Nuclear Power Systems-Water Reactors</u></i> , (1983), pp. <u>345</u> -367.	NC-CC-002 改訂版のみ
7	添付-32	XX-3000 参考文献 (32)	(32)独立行政法人 原子力安全基盤機構, “平成 17 年度 Ni 基合金応力腐食割れ (SCC) 進展評価技術調査 (定荷重試験) に関する報告書”, (2005).	(32)独立行政法人 原子力安全基盤機構, “平成 17 年度 Ni 基合金応力腐食割れ (SCC) 進展評価技術調査 (定荷重試験) に関する報告書”, (<u>2006</u>).	NC-CC-002 改訂版のみ

No.	ページ 番号	規格番号	誤	正	備考
8	添付-32	XX-3000 参考文献 (34)	(34) Yonezawa, T., Onimura, K., Kusakabe,T., Sasaguri, N., Nagano, H., Yamanaka, K., Minami, T., Inoue, M., “Effect of Heat Treatment on Corrosion Resistance of Alloy 690”, <i>Proceeding of the 2nd International Symposium on Environmental Degradation of Materials in Nuclear Power Systems-Water Reactors</i> , (1985), pp. 593-600.	(34) Yonezawa, T., Onimura, K., Kusakabe,T., Sasaguri, N., Nagano, H., Yamanaka, K., Minami, T., Inoue, M., “Effect of Heat Treatment on Corrosion Resistance of Alloy 690”, <i>Proceedings of the 2nd International Symposium on Environmental Degradation of Materials in Nuclear Power Systems-Water Reactors</i> , (1985), pp. 593-600.	NC-CC-002 改訂版のみ
9	添付-32	XX-3000 参考文献 (40)	(40) Mukai, N., et al., “Laser based maintenance technology for PWR power plants”, <i>Proceeding of the 13th International Conference on Nuclear Engineering</i> , ICONE13-50334 (2005), ASME, pp. 16-20.	(40) <u>Chida, I.</u> , et al., “Laser based maintenance technology for PWR power plants”, <i>Proceeding of the 13th International Conference on Nuclear Engineering</i> , ICONE13-50334 (2005), ASME, pp.16-20.	NC-CC-002 改訂版のみ
10	添付-32	XX-3000 参考文献 (44)	(44) Staehle, R.W., Gorman, J.A., “Quantitative Assessment of Submodes of Stress Corrosion Cracking on the Secondary Side of Steam Generator Tubing in Pressurized Water Reactor: Part 1”, <i>Corrosion</i> , Vol.59, No.11(2003), pp.931-994.	(44) Staehle, R.W., Gorman, J.A., “Quantitative Assessment of Submodes of Stress Corrosion Cracking on the Secondary Side of Steam Generator Tubing in Pressurized Water <u>Reactors</u> : Part 1”, <i>Corrosion</i> , Vol.59, No.11(2003), pp.931-994.	NC-CC-002 改訂版のみ

No.	ページ 番号	規格番号	誤	正	備考
11	付録 I-4	付録 1B(1/3)	<p>(原子力用 304)</p> <p>JSME N-15 原子力発電用規格「圧力容器用ステンレス鋼鍛鋼品」 GSUSF304 (JIS G 3214)</p> <p>JSME N-16 原子力発電用規格「配管用ステンレス鋼管」 GSUS304TP (JIS G 3459)</p> <p>JSME N-17 原子力発電用規格「ボイラ・熱交換器用ステンレス鋼管」 GSUS304TB (JIS G 3463)</p> <p>JSME N-18 原子力発電用規格「ステンレス鋼棒」GSUS304B (JIS G 4303)</p> <p>JSME N-19 原子力発電用規格「熱間圧延ステンレス鋼板及び鋼帯」 GSUS304HP (JIS G 4304)</p> <p>(原子力用 316)</p> <p>JSME N-15 原子力発電用規格「圧力容器用ステンレス鋼鍛鋼品」 GSUSF316 (JIS G 3214)</p> <p>JSME N-16 原子力発電用規格「配管用ステンレス鋼管」 GSUS316TP (JIS G 3459)</p> <p>JSME N-17 原子力発電用規格「ボイラ・熱交換器用ステンレス鋼管」 GSUS316TB (JIS G 3463)</p> <p>JSME N-18 原子力発電用規格「ステンレス鋼棒」GSUS316B (JIS G 4303)</p> <p>JSME N-19 原子力発電用規格「熱間圧延ステンレス鋼板及び鋼帯」 GSUS316HP (JIS G 4304)</p>	<p>(原子力用 304)</p> <p><u>JSME-N15</u> 原子力発電用規格「圧力容器用ステンレス鋼鍛鋼品」 GSUSF304 (JIS G 3214)</p> <p><u>JSME-N16</u> 原子力発電用規格「配管用ステンレス鋼管」 GSUS304TP (JIS G 3459)</p> <p><u>JSME-N17</u> 原子力発電用規格「ボイラ・熱交換器用ステンレス鋼管」 GSUS304TB (JIS G 3463)</p> <p><u>JSME-N18</u> 原子力発電用規格「ステンレス鋼棒」GSUS304B (JIS G 4303)</p> <p><u>JSME-N19</u> 原子力発電用規格「熱間圧延ステンレス鋼板及び鋼帯」 GSUS304HP (JIS G 4304)</p> <p>(原子力用 316)</p> <p><u>JSME-N15</u> 原子力発電用規格「圧力容器用ステンレス鋼鍛鋼品」 GSUSF316 (JIS G 3214)</p> <p><u>JSME-N16</u> 原子力発電用規格「配管用ステンレス鋼管」 GSUS316TP (JIS G 3459)</p> <p><u>JSME-N17</u> 原子力発電用規格「ボイラ・熱交換器用ステンレス鋼管」 GSUS316TB (JIS G 3463)</p> <p><u>JSME-N18</u> 原子力発電用規格「ステンレス鋼棒」GSUS316B (JIS G 4303)</p> <p><u>JSME-N19</u> 原子力発電用規格「熱間圧延ステンレス鋼板及び鋼帯」 GSUS316HP (JIS G 4304)</p>	NC-CC-002 改訂版のみ